

第 22 回ふげん廃止措置技術専門委員会資料集

Document Collection of the 22nd Technical Special Committee on Fugen Decommissioning

忽那 秀樹 松森 亮 泉 正憲 林 宏一 東浦 則和 Hideki KUTSUNA, Akira MATSUMORI, Masanori IZUMI, Hirokazu HAYASHI and Norikazu HIGASHIURA

敦賀本部

原子炉廃止措置研究開発センター Fugen Decommissioning Engineering Center Tsuruga Head Office

July 2011

本レポートは独立行政法人日本原子力研究開発機構が不定期に発行する成果報告書です。 本レポートの入手並びに著作権利用に関するお問い合わせは、下記あてにお問い合わせ下さい。 なお、本レポートの全文は日本原子力研究開発機構ホームページ(http://www.jaea.go.jp) より発信されています。

独立行政法人日本原子力研究開発機構 研究技術情報部 研究技術情報課 〒319-1195 茨城県那珂郡東海村白方白根 2 番地 4 電話 029-282-6387, Fax 029-282-5920, E-mail:ird-support@jaea.go.jp

This report is issued irregularly by Japan Atomic Energy Agency Inquiries about availability and/or copyright of this report should be addressed to Intellectual Resources Section, Intellectual Resources Department, Japan Atomic Energy Agency 2-4 Shirakata Shirane, Tokai-mura, Naka-gun, Ibaraki-ken, 319-1195 Japan Tel +81-29-282-6387, Fax +81-29-282-5920, E-mail:ird-support@jaea.go.jp

© Japan Atomic Energy Agency, 2011

第22回ふげん廃止措置技術専門委員会資料集

日本原子力研究開発機構 敦賀本部 原子炉廃止措置研究開発センター 忽那 秀樹⁺、松森 亮^{*}、泉 正憲⁺、林 宏一⁺、東浦 則和

(2011年5年16日 受理)

独立行政法人日本原子力研究開発機構(以下「原子力機構」という。)は、新型転換炉ふげん発電所の新型転換炉原型炉施設の廃止措置計画を平成18年11月7日に認可申請(平成19年12月28日一部補正)し、平成20年2月12日に認可を受けた。これに伴い、新型転換炉ふげん発電所を原子炉廃止措置研究開発センター(以下「ふげん」という。)に改組し、施設の解体撤去作業に着手するとともに、自らの廃止措置に関する技術の開発及びこれに必要な研究(以下「廃止措置技術開発」という。)を実施している。

この廃止措置技術開発を計画・実施するにあたり、「ふげん」を国内外に開かれた技術開発の場及び福井県が目指すエネルギー研究開発拠点化計画における研究開発拠点として十分に活用するとともに、当該技術開発で得られる成果を有効に活用することを目的として、原子力機構内外の有識者で構成される「ふげん廃止措置技術専門委員会」を設置している。

本稿は、平成22年9月14日に開催した第22回ふげん廃止措置技術専門委員会において発表した "廃止措置の状況"、"重水系機器を用いた放射性腐食性生物 (CP) 除染試験"、"管理データ評価システムの「ふげん」への適用"、"クリアランス制度運用に向けた準備状況"について、資料集としてまとめたものである。

原子炉廃止措置研究開発センター:〒914-8510 福井県敦賀市明神町3番地

⁺ 技術開発部

^{* (}株) アトックス (2011年3月まで技術開発部に所属)

Document Collection of the 22nd Technical Special Committee on Fugen Decommissioning

Hideki KUTSUNA⁺, Akira MATSUMORI*, Masanori IZUMI⁺, Hirokazu HAYASHI⁺ and Norikazu HIGASHIURA

Fugen Decommissioning Engineering Center
Tsuruga Head Office,
Japan Atomic Energy Agency
Myojin-cho, Tsuruga-shi, Fukui-ken

(Received May 16, 2011)

Japan Atomic Energy Agency applied for approval of decommissioning project of Fugen Power Plant on November 7, 2006 and licensed by safety authority on February 12, 2008. According to the approval, Fugen Power Plant was reorganized to Fugen Decommissioning Engineering Center and started dismantling removal work of the facilities. The technical development and researches concerning the decommissioning are being executed from that period.

In planning and carrying out our decommissioning technical development, "Technical special committee on Fugen decommissioning", which consists of the members well-informed, is established, aiming to make good use of Fugen as a place for technological development which is opened inside and outside the country, as the central point in the energy research and development base making project of Fukui prefecture, and to utilize the outcome in our decommissioning to the technical development effectively.

This report compiles presentation materials "Current Situation of Fugen Decommissioning"," Radioactive Corrosion Products (CP) Decontamination Experiment with Heavy Water System Equipment"," Application of management data evaluation system to Fugen"," Preparatory Situation for Operation of Clearance System" of the 22nd Technical special committee on Fugen decommissioning which held on September 14, 2010.

Keywords: FUGEN, Decommissioning, Radioactive Corrosion Products, Decontamination, PRODIA, Clearance, Radioactive Concentration, Technical Special Committee

⁺ Technology Development Department

^{*} ATOX Co., Ltd (Technology Development Department until March 2011)

JAEA-Review 2011-025

目 次

1. ふげん廃止措置技術専門委員会(第 22 回)	1
1.1 議事次第	1
1.2 委員構成	2
2. 廃止措置技術開発報告	3
2.1 廃止措置の状況	4
2.2 重水系機器を用いた放射性腐食性生物 (CP) 除染試験	11
2.3 管理データ評価システムの「ふげん」への適用	20
2.4 クリアランス制度運用に向けた準備状況	27
2.4.1 放射能濃度の評価方法の検討	27
2.4.2 クリアランスモニタ性能データ取得	36
3. 講評	43
Contents	
1. The 23rd Technical Special Committee on Fugen Decommissioning	1
1.1 Agenda	1
1.2 Members of the Technical Special Committee on Fugen Decommissioning	2
2. Decommissioning Technology Development Report	3
2.1 Current Situation of Fugen Decommissioning	4
2.2 Radioactive Corrosion Products (CP) Decontamination Experiment	
with Heavy Water System Equipment	11
2.3 Application of management data evaluation system to Fugen	20
2.4 Preparatory Situation for Operation of Clearance System	27
2.4.1 Examination of Method of Evaluating Radioactive Concentration	27
2.4.2 Acquisition of Performance Data of Clearance Monitor	36
3. Review	43

This is a blank page.

1. ふげん廃止措置技術専門委員会(第22回)

1.1 議事次第

第22回ふげん廃止措置技術専門委員会の議事次第を表1に示す。

表1 第22回ふげん廃止措置技術専門委員会 議事次第

第22回 ふげん廃止措置技術専門委員会 議事次第

- 1. 開催日時 平成 22 年 9 月 14 日 13:30~16:00
- 2. 開催場所 独立行政法人日本原子力研究開発機構 東京事務所 第1会議室
- 3. 出席者

(委員) 石榑主査、石倉委員、浦上委員、山内代理(苅込委員代理)、新保委員、 田中委員、仁木委員、山本委員、天野委員、鈴木委員 (ふげん) 西村所長、森下次長 田尻計画管理課長 他

4. 議題

- (1) 開会挨拶
- (2) 委員及び機構出席者の紹介
- (3) 前回委員会の議事要旨の確認
- (4) 廃止措置の状況
- (5) 重水系機器を用いた放射性腐食性生物(CP)除染試験
- (6) 管理データ評価システムのふげんへの適用
- (7) クリアランス制度運用に向けた準備状況
- (8) ご講評他
- (9) 次回の委員会について

1.2 委員構成

ふげん廃止措置技術専門委員会の構成員を表2に示す。

表2 ふげん廃止措置技術専門委員会 構成員

主査 石榑 顕吉 (社) 日本アイソトープ協会 常務理事

委員 井口 哲夫 名古屋大学 大学院 工学研究科 量子工学専攻 教授

委員 石倉 武 (財)エネルギー総合工学研究所 副参事 工学博士

委員 浦上 学 関西電力(株) 原子燃料サイクル室

サイクル環境グループ チーフマネジャー

委員 苅込 敏 日本原子力発電(株) 廃止措置プロジェクト推進室 室長

委員 新保 仁 東京電力(株) 原子燃料サイクル部

廃棄物設備グループ グループマネージャー

委員 田中 光雄 福井工業大学 工学部 原子力技術応用工学科 教授

委員 友澤 史紀 東京大学名誉教授

委員 仁木 秀明 福井大学 大学院 工学研究科

原子力・エネルギー安全工学専攻 教授

委員 山本 正史 (公財)原子力環境整備促進・資金管理センター

基準・規格調査研究プロジェクト チーフ・プロジェクト・マネジャー

委員 天野 英俊 (独)日本原子力研究開発機構 東海研究開発センター

原子力科学研究所 バックエンド技術部長

委員 鈴木 庸氏 (独)日本原子力研究開発機構 敦賀本部

レーザー共同研究所 レーザー技術利用推進室長

(以上12名)

2. 廃止措置技術開発報告

本章は、第22回ふげん廃止措置技術専門委員会における発表資料を取りまとめたものである。

2.1 廃止措置の状況

Fugen Decommissioning Project



廃止措置の状況

報告概要

- 平成22年度作業計画 実績
- ・平成22年度解体撤去・汚染の除去工事
- 「研究開発段階炉等の廃止措置技術の研究開発等」 事業への協力
- ・高経年化調査研究事業
- 国際会議等報告
- ・地元における取組みと連携

技術開発部 計画管理課 忽那 秀樹



資料 22-3-1

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

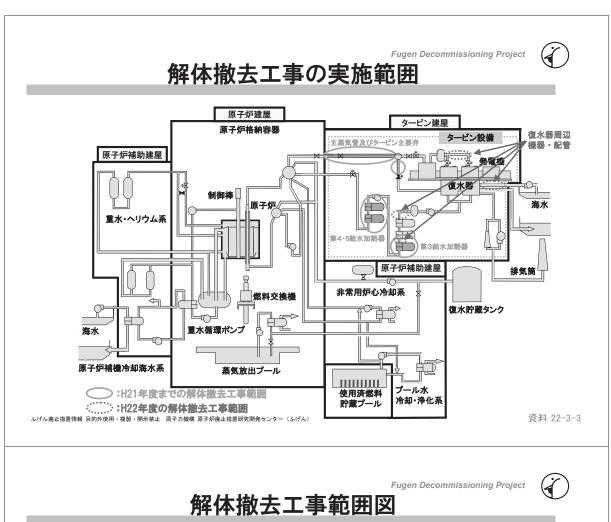
Fugen Decommissioning Project

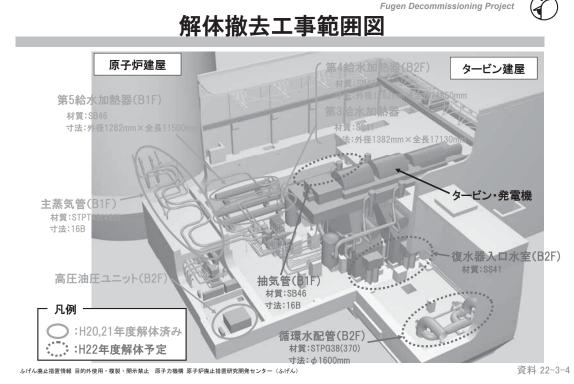


平成22年度作業計画・実績

	F			:	平成224	ŧ					平成23:	隼
T E	4月	5月	6月	7月	8月	9月	10月	11月	12月	1月	2月	3月
1. 使用済燃料搬出											_	
2. 重水搬出									_			
3. 解体撤去工事												
(1) 復水器周辺機器等の解体撤去							-	_	_	-		
4. 汚染の除去工事										-		
(1) 重水系等の残留重水回収						-		_				
(2)原子炉補助建屋機器のトリチウム除去 (3)カランドリアタンク等のトリチウム除去				-				/LU#		量の改造)		
(4) 遠へい冷却水の抜出し等作業							F	· <u>··········</u>	7-10-11-0			
(5) 放射性腐食生成物の除去(除染試験)							<u> </u>			<u> </u>	Τ	
5. 「ふげん」を用いた研究開発												
(1) 廃止措置技術の研究開発等												
(2) 高経年化のための調査研究												
6. 汚染状況等の調査												
7. 設備・機器等の維持管理 (1) 第23回施設定期検査												
(1) 第23回総設定期候室 (2) 設備の自主点検及び自主検査				<u> </u>		_					-	_

:計画 :実績 []:検討中
ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)







復水器周辺機器等の解体撤去工事概要

工事対象施設•設備

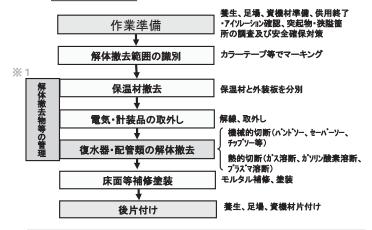
- 〇復水器
 - ●冷却水入口水室
- 〇配管類 他
 - ●復水配管
 - ●抽気配管
 - ●クロスアラウンド配管
 - ●復水器冷却用海水配管
 - ●タービン補機冷却系海水配管
 - ●サポート、弁、電気・計装品等

解体撤去物等の予想発生量

O金属、保温材 約120トン

○基礎コンクリート、ウエス、 ビニールシート等 約10トン

解体作業フロー



※1:放射能レベル区分・機器種別等に応じて識別(管理シール貼付)、解体撤去物等の管理に係る帳票の作成、一時保管措置

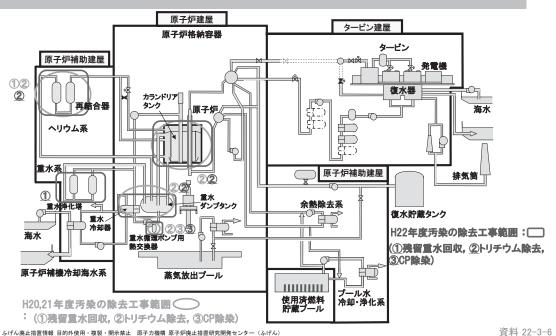
ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-3-5





汚染の除去工事の実施範囲





原子炉建屋でのトリチウム除去作業

<汚染の除去範囲>

制御棒案内管

鉄水遮へい体

重水冷却器

トリチウム 除去装置

重水ダンプタンク

□ ₩ (•) ⋈ ₩

□ × ◆ →

₩ 🕩

重水循環ポンプ

重水配分管

タンク

原子炉建屋内の重水系の推定残留重水量:約600リットル

●機構職員の直営作業で実施

●トリチウムを含む約19リットルの重水を回収(平成22年8月末現在) 【作業期間:約2ヶ月、1日の平均作業時間:約4時間、延べ作業時間:約114時間】





トリチウム除去作業



【仕様】

除湿形式:乾式除湿

(ハニカムロータ式)

処理能力:500m3/h 装置出口露点:約-20℃

トリチウム除去装置(設置場所:原子炉建屋地下2階)

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-3-7

Fugen Decommissioning Project 「研究開発段階炉等の廃止措置技術の研究開発等」事業への協力

研究開発課題

- ■クリアランスレベル以下を目指した除染技術の調査
- ■効果的な除染のための元素(核種)分析調査

※文部科学省が原子力安全技術センターに委託して実施

「ふげん」にて実施する作業

≻試料の採取・加工

除染試験に供する試料として、供用を終了した設備から採取して試験片に加工

「ウエットブラスト法」により、「ふげん」の系統で除染性能を把握していない系統の配管等の試料を用いた除染性能試験

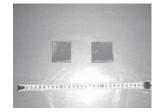
「有機酸法」により、「ふげん」の系統で除染性能を把握していない系統の配管等の試料を用いた除染性能試験



試料採取作業 (亜鉛注入材料試験装置) ふげん廃止措置情報 目的外使用 ・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



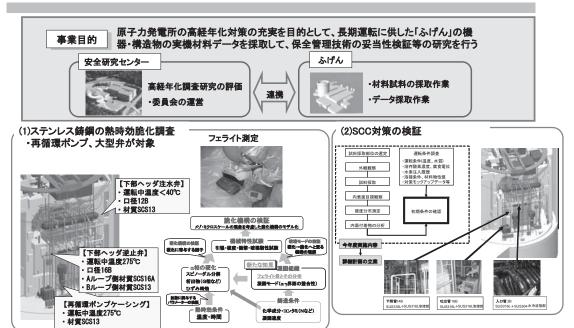
試料加工作業



除染試験試料(5cm×5cm)



高経年化調査研究事業



ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-3-9

Fugen Decommissioning Project



高経年化分析室(ホットラボ)の運用状況(福井県エネルギー研究開発拠点化計画との連携)

目的

エネルギー研究開発拠点化計画における「安全・安心の確保」への取組みの一環として、高経年化対 策研究を推進するため、原子力機構と関西電力が相互に協力して、原子力発電所で使われていた機 器や構造物などの劣化状況を分析できる装置を備えた高経年化対策研究施設を設置し、高経年化対 策に関する研究を推進する

設置場所:

ふげん内 重水精製建屋第 I 棟の1階の 一画に整備

スケジュール:

H21 3月 整備工事着手

H21 10月 分析機器等設置

H21 12月 設置完了~分析機器調整

H22 4月 開所式

7月 機構内の研究に使用開始

- ・PWR模擬環境でのステンレス鋼の応力腐食割れ (SCC)研究 (安全研究センター、ふげん、原子力基礎工学研究部門)
- •「ふげん」実機材における熱時効脆化の研究

(安全研究センター、ふげん) ・PWRの蒸気発生器入口管台(SCC発生材)の実試料を用いた

研究 (関西電力、原子力安全システム研究所、ふげん)



開所式 (H22.4.22)

「主な分析装置」





集東イオン/電子ビーム^(分析試料の加工状況)

加工観察装置(FIB-SEM)





原子プローブ電界イオン顕微鏡(APFIM) 走查透過電子顕微鏡 (STEM)

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



OECD/NEA技術諮問グループ会議(TAG-48)

OECD/NEA廃止措置協力計画のもとで定期的に開催されるTAG会議において、各国の廃止措置状況に係 る意見交換や廃止措置関連施設の調査を通して継続的に情報を収集

- 開催期間:平成22年5月17日(月)~21日(金) ■ 開催場所:スウェーデン ストックホルム
- 〇「ふげん」は、第5給水加熱器の解体実績、廃止措置段階における設備の維持管理について報告
- 〇 ドイツ、フランス等の原子炉施設や核燃料サイクル施設の最新廃止措置状況について情報収集
- Studsvik社の研究用原子炉の廃止措置状況、金属溶融施設、廃棄体中間施設等の現地を調査 金属溶融施設では、海外を含めた発電所から大型の蒸気発生器(SG)等も受入れ、除染・溶融を事業化 (溶融後はクリアランスでフリーリリース)

WAGR(ウィンズケール改良型ガス冷却炉33MWe:イギリス)

- 1981年に運転終了
- ・1983年から廃止措置を開始
- ・2010年には生体遮蔽を残し 原子炉圧力容器とその周辺の 解体を完了予定
- ・生体遮へい体内の高線量の鉛 直配管を対象にカメラによる 配管内部のクラッド付着状態 等の汚染状況調査を実施中



(WAGR)

ユーリッヒ(実験用高温炉 440MWe:ドイツ)

- ・1988年に運転終了
- ・2013年に廃止措置完了予定
- ・原子炉容器の撤去準備として、原子炉容器の周 辺設備の解体とブラスト除染等を実施中
- ・原子炉容器を中間貯蔵する施設が完成し、2010 年に許可を取得

Melu<u>sine(プール型研究炉:フランス)</u>

- ・1993年に運転停止
- ・1994年から密閉管理処置の後、 廊山培置を准行由
- ・除染及び解体は、ほぼ終了
- ・2009年6月に規制当局の検査(サー ベイ等) を受け、2010年内に施設の ライセンスを失効する予定

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-3-11

Fugen Decommissioning Project



英国重水炉(SGHWR)への廃止措置状況調査(1/2)

英国·原子力廃止措置機関(NDA)との「放射性廃棄物管理と廃止措置の分野における協力協定」のもと で、「ふげん」から技術者1名をSGHWRへ派遣し、解体撤去等に関する調査や情報収集を実施

- 派遣先・英国、ドーセット州、ウィンフリスサイト(SGHWR)
- 派遣者:ふげん技術者1名
- 派遣期間:平成22年5月4日~7月30日

【SGHWRの状況】(炉型:重水減速沸騰軽水冷却圧力管型炉、電気出力:100MW、運転期間:1967~1990)

- 2007年までに第2次格納施設内にあるタービン・給水系や燃料取扱系設備の解体、燃料貯蔵プールの除染等の 解体撤去を完了
- 英国の廃止措置を管理しているNDAは、緊急性の観点からセラフィールドの廃止措置に予算を集中化する と判断し、SGHWRについては2023年まで設備の維持管理を行い、2024年から第1次格納施設内にある原子 炉本体及び主冷却系の設備の解体に着手する予定



SGHWR外観図

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



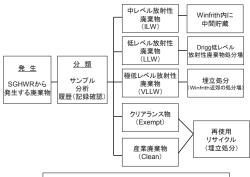
SGHWR施設内



英国重水炉(SGHWR)への廃止措置状況調査(2/2)

第2次格納施設の解体により発生した廃棄物量

廃棄物区分	重量
低レベル放射性廃棄(LLW)物	約2400t
種低レベル放射性廃棄(VLLW)物	約60t
クリアランス、産業廃棄物 等	約500t



SGHWRから発生する廃棄物の処分の流れ

- ■SGHWRがあるWinfrithサイトでは、廃棄物は 中レベル (ILW)、低レベル (LLW)、極低レベ ル (VLLW)、クリアランス対象物 (Exempt)、 産業廃棄物 (Clean)に区分
- ■ILW(主に原子炉周り)は、英国自体に処分 場が決定されておらず、当面はWinfrithサイ トに保管予定
- ■LLWは、英国中部にあるDrigg低レベル放射 性廃棄物処分場(コンクリートピット処分場) に処分
- ■VLLWは、Winfrith近郊の埋立処分場に処分
- ■Exempt、Cleanの支持構造物や階段等はサイ ト内で再使用し、ポンプやタンク等は他の産 業プラント等で利用するためにリサイクルを 行い、コンクリートは埋立て処分
- ■原子力施設からのリサイクル品については、 比較的円滑に地元住民に受け入れられた

資料 22-3-13

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



地元における取組みと連携

原子力機構の地域連携協力への取組み

技術課題解決促進事業(公募型事業)

- ◆福井県の「エネルギー研究開発拠点化計画」の重点施 策として、県内企業との連携を更に強化し、県内企業 の原子力産業への参入を支援していくことを目的
- ◆原子力機構の抱える研究課題等の解決に向け、予め実 用化への成立性を見極める事業として、平成22年度に 試作・調査を実施

〇オープンセミナーの開催

- ■ふげん関連の研究課題
- ・配管内残留液体の回収治具の試作・製作
- 解体物の遠隔細断用治具の試作・製作
- ・灰化樹脂のヤメント混練間化調査
- ・クリアランス金属の再生利用製品の試作調査

■参加者

- -5/27 敦賀会場(アクアトム) 57名
- -5/28 福井会場(福井商工会議所) 55名 合計112名





教質会場の状況

福井会場の状況 複製・開示禁止 原子力機構 原子行序・1 で 「研究開発センター(ふげん)

福井大学との原子力施設の廃止措置に関する共同研究

◆作業計画の策定で重要となる最適化手法に係る研究

平成22年度

第1・2給水加熱器の様な設置場所での解体作業が困 難な場合の大型機器の撤去にどの様なシナリオが効 座的か



高所作業などの作業性を考慮

作業リスク、総人工数、二次廃棄物発生量などをもとに、 意思決定法によるシナリオを検討

地元産業界の取組み

敦賀商工会議所「廃止措置研究会」

- ◆敦賀商工会議所が地元企業の技術力向上・蓄積のために 調査研究を実施中
- ◆「ふげん」は、廃止措置事業の紹介等を実施

【平成22年度活動計画】

解体 除染分科会

·原子炉廃止措置現場(ふげん等)の視察·研修 等

再利用分科会

・解体金属の再利用に関する調査 等

2.2 重水系機器を用いた放射性腐食性生物(CP)除染試験

Fugen Decommissioning Project



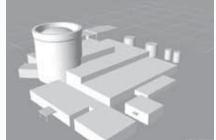
重水系機器を用いた 放射性腐食性生物(CP)除染試験

報告概要

- ・目的及び目標
- 背景
- 除染方法
- 除染装置構成
- 除染状況
- ・まとめ
- 今後の予定

技術開発部 開発実証課 松森 亮

資料 22-4-1



ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



目的及び目標 【目的】

◆被ばく低減

除染による作業環境の線量率低下により、解体作業に係る 放射線作業従事者の被ばく線量を低減する

◆知見の取得

除染効果等の確認を行い、得られた知見から重水系機器への 適用の可否の見通しを立てる

【目標】

機器表面から1m離れた箇所での線量当量率を0.1mSv/h以下 とする

【実施時期】

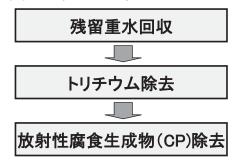
平成21年1月~3月

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



解体作業に係る被ばくと汚染除去実施内容

- ■解体作業に係る被ばく
 - ・重水の放射化により生成されるトリチウム ⇒ 内部被ばく
 - ・機器に付着している放射性腐食生成物 ⇒ 外部被ばく
- ■汚染除去実施内容

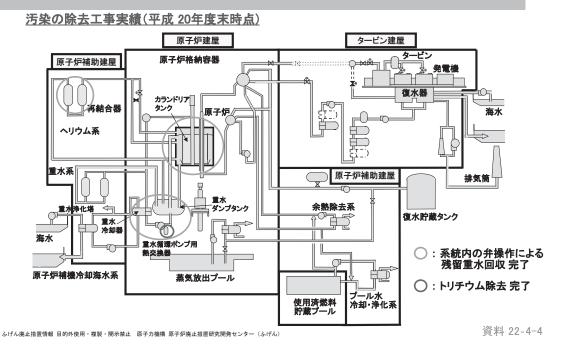


ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-4-3

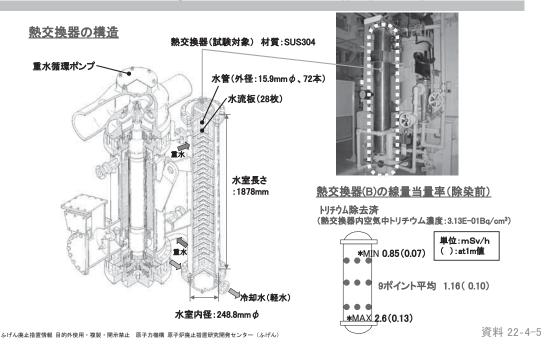
汚染の除去工事実績





重水循環ポンプ用熱交換器の構造





Fugen Decommissioning Project



除染方法選択理由

- •原子炉運転中の重水系は、過酸化重水素が2~10ppm残存し、酸化雰囲気となっていることから、水素注入していないプラントと同様にクロム含有率が低く、還元除染法で十分な除染効果が得られる。
- ■重水浄化系配管を用いたCP除染ラボ試験*1において、DF9.7を得ている。 この結果は、被ばく低減目的としては十分な効果である。
 - *1:除染法:還元除染法、除染剤:KD207(シュウ酸系)2000ppm、除染温度:90℃、 除染ステップ:1サイクル6時間を2サイクル



●還元除染法

●還元剤:シュウ酸 2000ppm

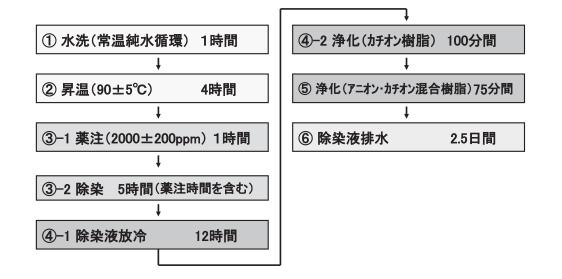
●除染温度:90℃

●除染時間:1サイクル最大6時間、最大3サイクル

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

除染作業フロー





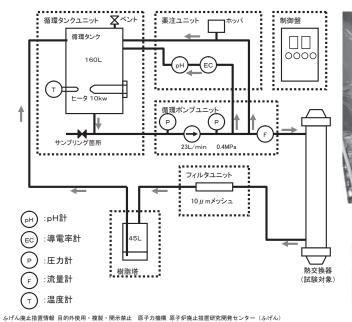
ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-4-7

除染装置構成

Fugen Decommissioning Project

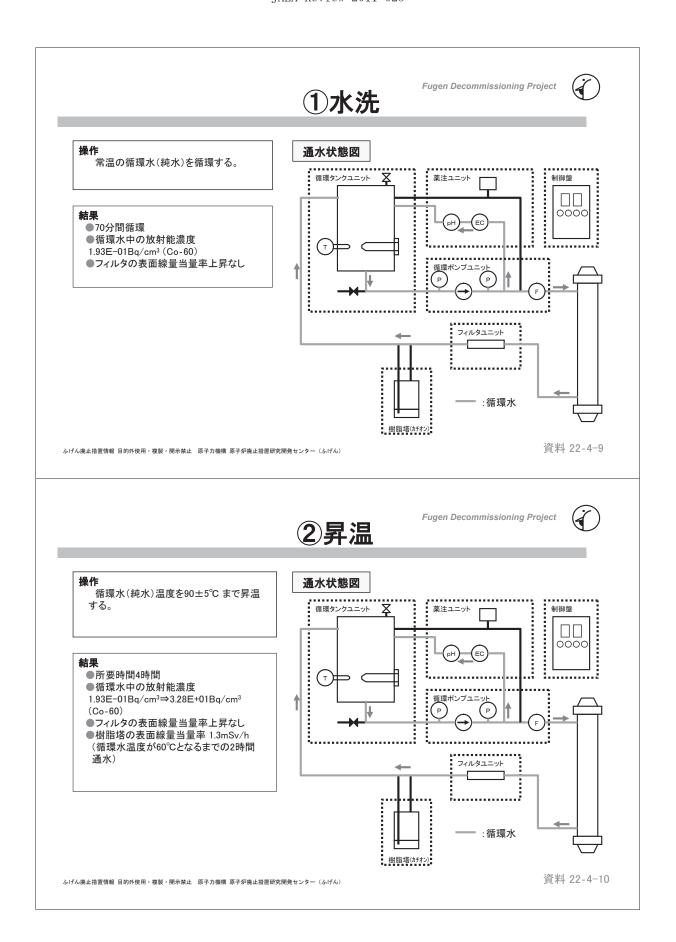






イオン交換樹脂仕様

種類	品名	使用量
カチオン樹脂	SK1B(H形)	45L
混合樹脂	SK1B(H形)	22.5L
	SA10A(OH形)	22.5L



3還元除染

Fugen Decommissioning Project



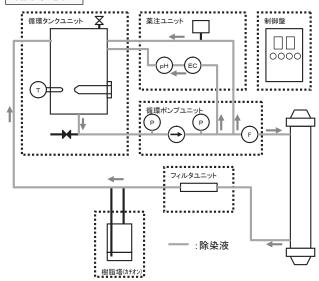
操作

シュウ酸濃度を2000±200ppmに調整し、 除染液温度を90±5℃で維持しながら循環 する。

結果

- ●除染液中の放射能濃度
- $3.28E+01Bq/cm^3 \Rightarrow 2.35E+02Bq/cm^3$ (Co-60)
- 除染開始2時間以降、平衡となったため、 5時間で除染を終了
- ●熱交換器の表面線量当量率
- 最大値2.6mSv/h⇒1.6mSv/h
- ●目標『機器表面から1m離れた箇所での
- 線量当量率0.1mSv/h以下』達成
- ●フィルタ表面線量当量率上昇なし●樹脂塔の表面線量当量率
- 1.3mSv/h⇒1.5mSv/h
- (除染液温度が60℃となるまでの1時間 のみ涌水)

通水状態図



資料 22-4-11

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

4 除染液浄化(カチオン樹脂)



操作

除染液温度が60°C以下となるまで放冷し、 樹脂塔表面線量が平衡となるまで循環する。

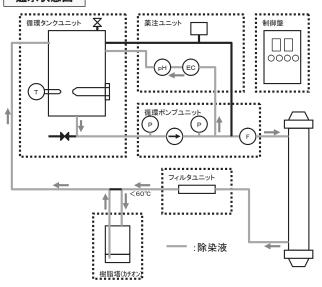
結果

●100分間循環

除染液中の放射能濃度

- $2.59E+02Bq/cm^3 \Rightarrow 5.04E+00Bq/cm^3$ (Co-60)
- ●樹脂塔の表面線量当量率
- 1.5mSv/h⇒2.0mSv/h
- ◆本ステップ終了時、イオン交換樹脂漏えい の不適合が発生したため、作業を一時中断 してこの状態での除染結果の評価を実施
- ◆除染目標『機器表面から1m離れた箇所で の線量当量率0.1mSv/h以下』を達成してい たため、1サイクルで除染を終了

通水状態図



ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

5除染液浄化(アニオン•カチオン混合樹脂)

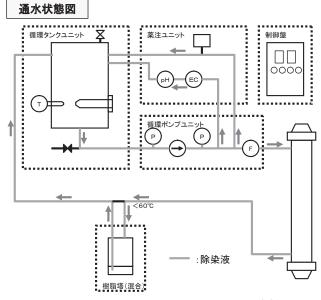


操作

除染液の導電率が50 µ S/cm未満 (液体廃棄物処理系への排水基準)となる まで循環する。

結果

- ●75分間循環⇒導電率<50 *µ* S/cm
- ●除染液中の放射能濃度
- 5.04E+00 Bq/cm³⇒2.42E+00Bq/cm³ (Co-60)
- ●樹脂塔の表面線量当量率
- 0.1mSv/h



ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-4-13

6排水

Fugen Decommissioning Project



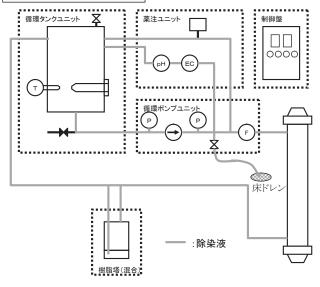
操作

循環ポンプユニットのドレン弁に排水ホースを接続し、全体の水を既設の液体廃棄物処理設備の床ドレンへ排水する。その後、各ユニットを分離しながら、残液をポリ容器等に抜出し、機器ドレンへ排水する。

結果

- ●排水量:235リットル
- ●所要日数:2.5日

通水状態図(全体排水時)

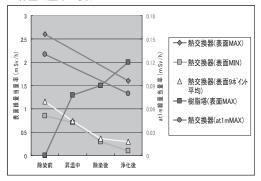


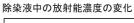
ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

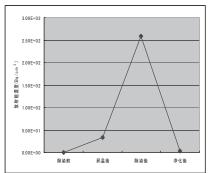


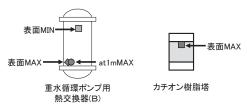
線量当量率及び除染液中の放射能濃度の変化

線量当量率の変化









DF値

9ポイント表面 (n	DF値	
除染前	浄化後	
1.16	0.3	3.9

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-4-15

廃棄物発生量

Fugen Decommissioning Project



種類	種類および内容		線量当量率 (mSv/h)	備考
	イオン交換樹脂 (カチオン樹脂) 4		樹脂塔表面最大 2.0	保管中(別途、処理予定)
固体	イオン交換樹脂 (アニオン・カチオン 混合樹脂)	45L	樹脂塔表面最大 0.01	保管中(別途、処理予定)
液体	廃水	235∟	<0.001	
	可燃物	50kg	<0.001	ポリシート等
二次廃棄物 その他		10kg	<0.001	濡れウエス等

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

まとめ

Fugen Decommissioning Project



●シュウ酸(2000ppm)による還元除染法を重水循環ポンプ用熱交換器の化学除染に適用し、 除染回数1サイクル(5時間)の除染により、DF3.9を得た

また、除染目標「機器表面から1m離れた箇所での線量当量率0.1mSv/h以下」を達成した

【ラボ試験*1(DF9.7)と比較して除染効果が低かった要因】

- ①還元除染時間の不足
- ②還元除染ステップで、樹脂塔に通水する除染液を冷却できない装置を用いたことから、カチオン樹脂塔に通水しながらの還元除染をしなかった
 - ⇒除染液中のシュウ酸鉄が増加し、鉄の溶出が抑制された
 - ⇒除染液中のシュウ酸鉄がシュウ酸に再生されず溶出が抑制された
- *1:除染ステップ:1サイクル6時間を2サイクル実施
- ●シュウ酸に過酸化水素を添加して分解する過程で、突沸が発生することがコールド試験で確認されていたため、シュウ酸をイオン交換樹脂で処理したが、廃棄物低減の観点から、分解処理についても検討する必要がある
- ●作業日数:19日間 総工数:182工数 総被ばく線量:4.96人・mSv
- ■還元除染法の重水系機器への適用の可否については、次回のCP除染において、DF、 適正樹脂量等の確認を行い、見通しを立てる

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-4-17

Fugen Decommissioning Project



今後の予定①除染方法簡略化の検討

- ・ 樹脂性能(交換容量)の温度依存性の確認
- ②廃棄物低減のためのシュウ酸分解方法の検討
 - ・分解過程で発生する突沸事象の要因調査
- ③今後のCP除染の予定
 - ・重水循環ポンプ用熱交換器(A)及び(C)について、平成22年度にCP除染を実施し、DF、適正樹脂量等を確認する予定
 - * ①、②はコールド試験で確認

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



2.3 管理データ評価システムの「ふげん」への適用

管理データ評価システムの「ふげん」への適用 -平成21年度作業実績データの評価及び分析-

報告概要

- ■目的及び当面の目標
- ■前回報告の概要
- ■給水加熱器解体評価式(粗断)の検討
- ■第5給水加熱器の解体(細断)・実績
- ■給水加熱器解体評価式(細断)の検討
- ■まとめと今後の予定

技術開発部 開発実証課 泉 正憲



資料 22-5-1

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

Fugen Decommissioning Project



目的及び当面の目標

管理データ評価システム※を用いることにより、各作業項目における人工数や被ば く線量、廃棄物量等を算出し、解体作業の作業計画の立案や解体コストの評価に反 映する。

当面の目標

解体撤去工事の作業実績データを収集・分析して、従来の評価式を検証、改善も しくは新たな評価式を構築し、本格的解体における管理データ(人工数、被ばく線量、 廃棄物量等)の評価精度の向上を図る。

高度化

将来的な展望

原子炉施設の廃止措置における管理データの評価に活用

※管理データ評価システム: PRODIA (PROject Management Data Evaluation Code for DIsmantling Activities) ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

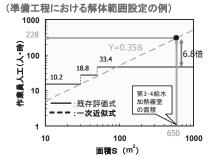
前回報告の概要(第20回報告)

Fugen Decommissioning Project



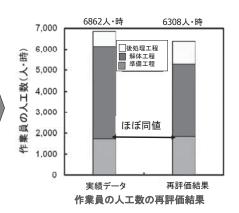
第3・4給水加熱器室内の解体作業での準備・後処理において、 作業面積の関数(一次近似式)として評価式を整備





JPDRの評価式【準備・後処理工程】 Y(人·時)=a_{wi}

評価式(一次近似式)【準備・後処理工程】 Y(人·時)=a'w×S



評価式は作業の実績データを10%以 内の差異で評価することが可能

awi、a'w:単位作業係数(W:作業の種類、i:作業レベル)、S:作業エリア面積(m)

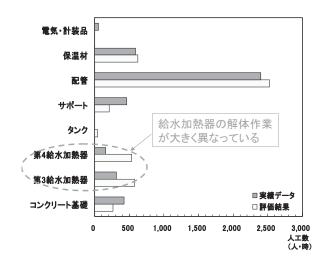
資料 22-5-3

第3・4給水加熱器室内の解体作業

Fugen Decommissioning Project



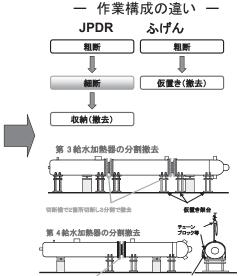
実績データと計算値の比較



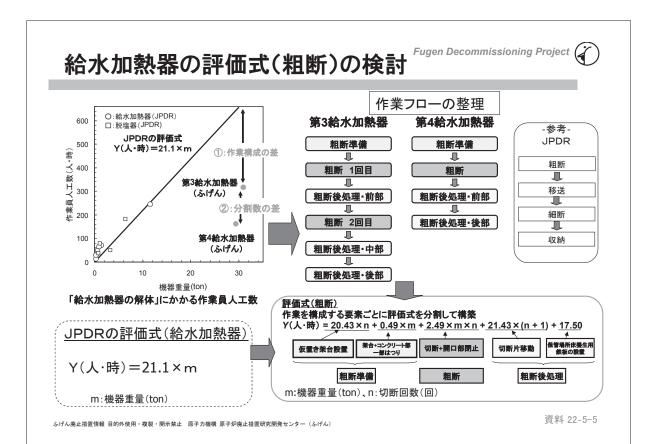
人工数の実績データと計算値との比較

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

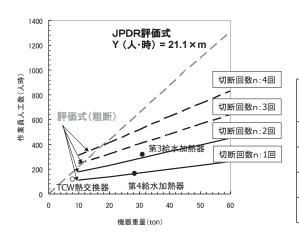
実績データとの違いの要因



切断機で1箇所切断し2分割で撤去



評価式(粗断)の計算結果と実績データの比較



評価式(粗断)による計算結果

作業実績データとの差異 (計算結果/作業実績データ)

	第3給水 加熱器	第4給水 加熱器	-参考- TCW 熱交換器 [※]
重量(ton)	30.9	28.4	8
切断回数(回)	2	1	1
JPDR評価式	1. 83	3. 29	1. 44
評価式(粗断)	0. 92	1. 02	0. 9

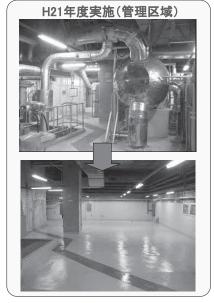
※TCW熱交換器:タービン補機冷却系熱交換器(保全区域)

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

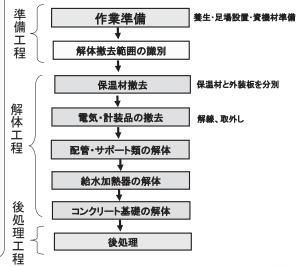
第5給水加熱器室内の解体作業概要



第5給水加熱器室内の解体撤去工事



第5給水加熱器室内の解体作業フロー

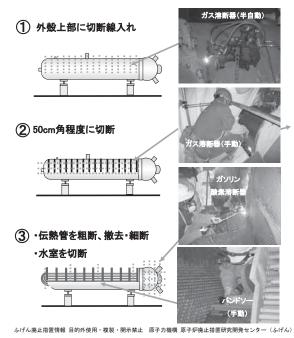


ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-5-7

第5給水加熱器の解体工法(細断)及び手順





4 内部構造物の切断



(5) 内部構造物の切断後に下部外殻を切断



⑥ 基礎コンクリートを破砕





計算条件

Fugen Decommissioning Project

作業フロー



■作業エリア

第5給水加熱器室 : 170m²

■物量データ

機器数 : 44件 機器重量 : 41.7 ton

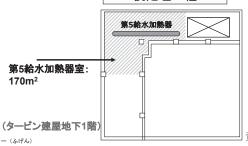
■評価式

準備・後処理工程:作業面積を考慮した評価式 解体工程:JPDRの評価式

■解体方法

ガス切断機による細断

準備工程 保温材撤去 **【気・計装品撤去** 解体工程 配管・サポート類解体 給水加熱器解体 コンクリート基礎解体 後処理工程



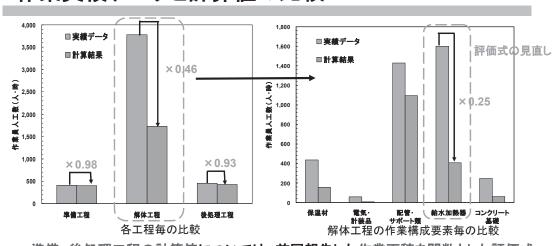
資料 22-5-9

作業実績データと計算値の比較

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

Fugen Decommissioning Project 🕢





第5給水加熱器室: 170m²

- 準備、後処理工程の計算値については、前回報告した作業面積を関数とした評価式 (一次近似式)により、良く再現することができた。
- 解体工程については、作業実績データと計算値には大きな差異があった。
- 解体工程の作業構成要素毎に比較すると給水加熱器の解体における違いが大きかった。JPDRの評価式では、第5給水加熱器の解体を再現できなかった。
- 解体工程のうち、給水加熱器の解体(細断)に係る評価式の見直しが必要。

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



給水加熱器の解体に係る評価式(細断)の検討①

-「ふげん」とJPDRの給水加熱器の仕様比較-

	5181	IDDD
	ふげん	JPDR
物量	21.7ton	4.3ton(第1)、5.2ton(第2)
寸法	φ1250mm×全長11500mm	φ812mm×全長5600mm
形状	横置円筒	縦置円筒
外殼材質	スチール(SB46)	スチール(SB46B)
外殻の厚さ	16mm	12mm
伝熱管材質	SUS304	ニッケル合金
伝熱管口径	15.9mm	15.9mm
伝熱管本数	750本	180本(第1)、196本(第2)
伝熱管の厚さ	1.245mm	1.25mm
1日の投入作業員人数	平均10名	平均7名
作業日数	95日(内給水加熱器の解体:32日)	25日(内給水加熱器の解体:12日)
	ガス切断	ガス切断(粗断、細断)
作業工具	プラズマ切断	プラズマ切断(細断)
11-末二六	ガソリン切断	バンドソー切断(粗断)
	バンドソー切断	セーバーソー(粗断)
		(原位置)
		①外殻を粗断撤去
	(原位置)	②外殻の移送
	①上部外殻を粗断・細断	③伝熱管の粗断撤去
	②伝熱管を撤去、細断	④伝熱管の移送
作業方法及び手順	③下部外殻を粗断・細断	⑤水室の移送
	O I HP/TAX E 1EEF NUEF	
		(細断エリア)
		⑥外殻の細断
		⑦伝熱管の細断
		⑧水室の移送
切断片の大きさ	50cm角に切断(細断)	1m3容器収容用の大きさに切断(細断)

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

人工数の違いの要因

- 「ふげん」は、JPDRに比べて伝熱管 の数が約4倍程多い。
- ・伝熱管の細断及び処理が異なっている JPDR:1m3容器に収容できるよう切断 ふげん: クリアランスのための除染等を 考慮して50cmの長さに細断



伝熱管の細断を考慮した 評価式の検討が必要

資料 22-5-11



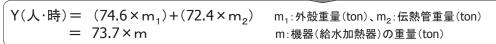
■JPDRの評価式(給水加熱器)

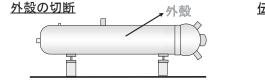
Y(人·時)=21.1×m 粗断 + 細断 + 給水加熱器 = 収納 m:給水加熱器の重量(ton)

■第5給水加熱器の解体について細分化

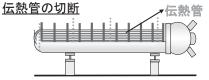


第5給水加熱器の実績データから評価式(細断)を導出





ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



まとめと今後の予定

Fugen Decommissioning Project



- 第3、4給水加熱器の実績データから給水加熱器の評価式(粗断)を 作成した。
- 第3、4給水加熱器の解体から得られた準備工程及び後処理工程の 評価式は、第5給水加熱器の解体に係る実績データを10%以下の差 異で再現することができた。
- 第5給水加熱器の解体工程については、JPDRの評価式よりも実績 データが高い値を示した。これは、クリアランスのための除染等を考慮 した細断(50cm角)等を行ったためと考えられる。
- 第5給水加熱器の実績データを基に作成した評価式(細断)は、今後 の各種作業への適用も考慮して「外殻の切断・収納」及び「伝熱管の 切断・収納」とに分けて作成した。
- 今回作成した給水加熱器の粗断及び細断の評価式について、他の熱 交換器等の解体にも適用し、評価式の精度向上を図る。

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

2.4 クリアランス制度運用に向けた準備状況 2.4.1放射能濃度の評価方法の検討 Fugen Decommissioning Project



クリアランス制度運用に向けた準備状況 - 放射能濃度の評価方法の検討-

技術開発部 技術開発課 林 宏一

報告概要

- 放射能濃度の評価方法
- ・二次的な汚染の対象物に対する核種組成比の設定
- 設定した核種組成比の相関関係の成立性の評価 平均値の検定(t検定)、相関図の観察
- ・相対重要度の評価による分散分析検定(F検定)の必要性の評価
- ・分散分析検定(F検定)による系統、対象物の分類の必要性評価
- ・まとめ



資料 22-6-1

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

Fugen Decommissioning Project



放射能濃度の測定及び評価方法の認可申請書の項目

- 1. 氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名
- 2. 放射能濃度確認対象物が生じる工場等の名称及び所在地
- 3. 放射能濃度確認対象物が生じる施設の名称
- 4. 放射能濃度確認対象物の種類
- 5. 評価に用いる放射性物質の種類
- 6. 放射能濃度の評価単位
- 7. 放射能濃度を決定する方法(今回の報告内容)
- 8. 放射線測定装置の種類及び測定条件
- 9. 放射能濃度確認対象物の管理方法

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



評価に用いる放射性物質の種類、放射能濃度を決定する方法

5. 評価に用いる放射性物質の種類

原子力安全委員会「重水炉、高速炉等におけるクリアランスレベルについて」(平成13年7月16日)において、「ふげん」は、軽水炉と同様の材料が用いられていることから、重要核種についても同じく10核種であるとされている。

推定放射能濃度評価結果を評価対象核種選定フローに従い評価した結果、評価対象核種は、原子力安全委員会で選定された重要核種であることを確認

⇒評価対象核種は、NISA文書に規定の10核種

7. 放射能濃度を決定する方法

放射性物質	放射能濃度決定方法
H-3	平均放射能濃度法
Co-60	主要核種測定法
Mn-54	
Sr-90	
Cs-134	
Cs-137] 核種組成比法(Co−60放射能濃度に対する放射能濃度比)
Eu-152	
Eu-154	
Pu-239	
Am-241	

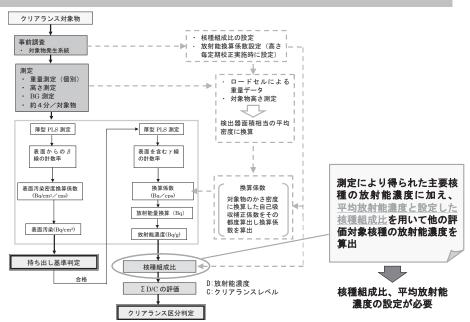
ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-6-3

Fugen Decommissioning Project



クリアランス対象物の放射能濃度の評価フロー



ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

Fugen Decommissioning Project 二次的な汚染の対象物に対する核種組成比の設定フロ・ 相関性の検討 ・相関図の観察 日本原子力学会標準 クリアランスの判断方法:2005を参考 ・平均値の検定(t 検定) 平均放射能濃度法、相対比率計算法による評価 相関関係の 判定のめやす めやす①: 主要核種との組成比 ×主要核種のCL 有 相対重要度の確認 ÷対象核種のCL ・核種組成比やクリアランスレベルの差異 等をめやすにΣD/Cへ与える影響を評価 判定 重要度低:めやす≦0.01 重要度高:めやす>0.01 めやす②: 主要核種との組成比 系統、対象物の分類評価 相対重要度の ×σ²×主要核種のCL ·分散分析検定(F検定) 判定結果 ÷対象核種のCL 低 重要度低: めやす≦1 重要度高: めやす>1 分類の要否 Yes 全系統、対象物データに 各分類による核種組成比 よる核種組成比の設定 の設定 データ数充足を確認 データ数充足を確認 核種組成比法による評価 資料 22-6-5 ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

Fugen Decommissioning Projec



平均放射能濃度、核種組成比の設定方法

設定に用いる放射能濃度データ

- ◆「ふげん」の施設・設備から代表サンプルを採取し、核種分析を行い取得した放射能濃度データ ⇒原子炉運転終了時点の解列日に減衰補正
- ◆「ふげん」の埋設処分廃棄体用に低レベル放射性廃棄物の核種分析を行い取得した放射能濃度データ ⇒廃棄物発生日直近の解列日に減衰補正
 - ①平均放射能濃度、核種組成比の設定
 - ②平均値の検定(t検定)による相関関係の成立性の評価
- ③相対重要度の評価による分散分析検定(F検定)の必要性の評価
- ④分散分析検定(F検定)による系統、対象物の分類の必要性の評価

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

Fugen Decommissioning Project これまでの試料分析実績



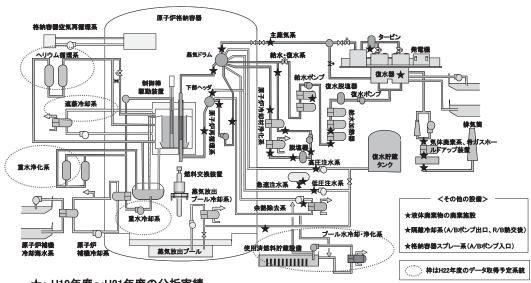
	H10	H11	H12	H13	H14	H15	H16	H17	H18	H19	H20	H21	H22~
基本工程			 原子灯	戸運転			廃	上 止措置	 準備期 	間	J	を止措 を止措	置
運転廃棄物の調査	サン	ノプリン	ノグ・浪	定(1	0試料	/年程	度)	合計1	03試 米	4			
・アスファルト固化体		l							,				
•放射性固体廃棄物							l						
・その他(濃縮廃液、]							
使用済樹脂他)													
汚染状況等の調査										サン	プリンク	ブ・測定	2
·放射性固体廃棄物等											5試米	採取	
・施設、設備から直接採取											33試米	採取]
(解体物からの採取含む)											計38試		

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-6-7

汚染状況等の調査における施設、設備からの試料採取箇所

汚染状況等の調査における合計38試料の試料採取箇所



★: H19年度~H21年度の分析実績

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



平均放射能濃度、核種組成比の設定

放射	性物質	設定値 (算術平均値)	相関 係数	データ点数	備考
H−3平均	放射能濃度	3.03E+1 (Bq/g)	_	17	
Mn-54		3.10E-1	0.96	17	
	Sr-90	5.94E-4	0.86	14	
Co-60Ł	Cs-134	_	_	0	検出限界値以上の 有効データなし
の核種	Cs-137	1.14E-3	0.82	22	
組成比	Eu-152	1.31E-5	0.94	6	
	Eu-154	4.12E-5	0.95	7	
	全α	1.10E-4	_	2	検出限界値以上の 有効データ少

設定に用いたデータは解列日時点に減衰補正した値であり、設定値は原子炉運転終了時点(平成15 年3月29日)を基準とし減衰補正して使用する。



Cs-134、全α (Pu-239、Am-241) については、 相対比率計算法等の別の方法で評価する必要がある

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-6-9

設定値(算術平均値)の検定(t検定)

t検定:相関関係の有無の判定の統計手法

クリアランスの判断方法:2005より

サンプリング・分析結果である標本母集団データ(評価対象核種と主要核種)に基づき、対象物母集団の相関

関係の有無を判定するには、母集団について相関関係の仮設をたててこれを検定する。 ここでは、対象物母集団の評価対象核種と主要核種の間に相関がない(すなわち、対象物母集団の相関係数

ho =0) という仮設をたてて、これを検定する。 一般的には、次式で定義される統計量tsが自由度(n-2)のt分布に従うことを利用して、仮設;"対象物母集 団の相関係数 $\rho=0$ "を検定するt検定が用いられる。

$$t_s = \sqrt{n-2} \bullet r / \sqrt{1-r^2}$$

n:データ数

r:サンプルの相関係数

$$r = \sum_{i} (x_i - \overline{x})(y_i - \overline{y}) / \sqrt{\sum_{i} (x_i - \overline{x})^2} \cdot \sum_{i} (y_i - \overline{y})^2$$

ここで、危険率を α とし、この統計量tsが、ts $\ge t$ (n-2, α)ならば、仮設: "対象物母集団の相関係数 ρ =0" が棄却され、対立仮設: "対象物母集団の相関係数 ρ >0" が受容される。 従って、危険率 α (ここでは、 α =1%で評価)で対象母集団の評価対象核種と主要核種は相関関係を有する

と判定できる。

なお、 $t(n-2,\alpha)$ は、 t 分布表より求まる自由度 n-2、危険率 α での t 値である。

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター(ふげん)



設定値の検定(t検定)による相関関係の成立性の評価結果

++ 2至 40 + + U.	t検定の結果				
核種組成比	t _s 值	t(n-2, 1%)	判定		
Mn-54/Co-60比	15.0	2.95	相関が認められる		
Sr-90/Co-60比	5.97	3.05	相関が認められる		
Cs-137/Co-60比	6.54	2.84	相関が認められる		
Eu-152/Co-60比	5.64	4.60	相関が認められる		
Eu-154/Co-60比	6.95	4.03	相関が認められる		



Mn-54、Sr-90、Cs-137、Eu-152、Eu-154の核種について、 Co-60との相関関係の成立を確認

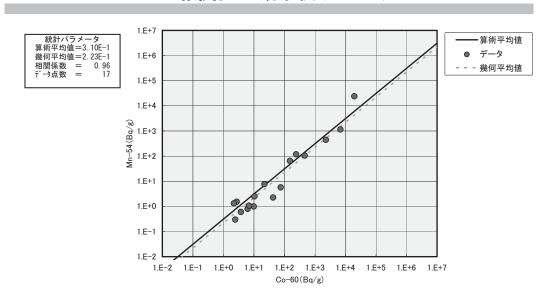
ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-6-11

Fugen Decommissioning Project



相関図の観察例(Mn-54)



このプロットは、廃棄物発生日直近の解列日、原子炉運転終了時点の解列日に減衰補正したもの

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

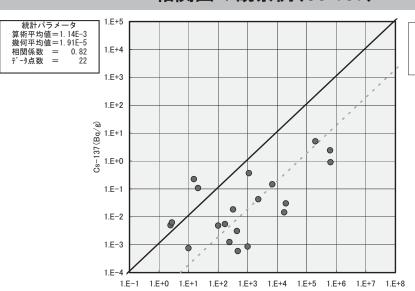
● データ

- - - 幾何平均值

- 算術平均値



相関図の観察例(Cs-137)



このプロットは、廃棄物発生日直近の解列日、原子炉運転終了時点の解列日に減衰補正したもの

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-6-13

Fugen Decommissioning Project



設定した核種組成比の相対重要度の判定のめやす

めやす(1)

日本原子力学会標準 クリアランスの判断方法:2005より

算術平均組成比より換算したD/Cが主要核種のD/Cの1/100未満であること

原子力安全委員会の「主な原子力施設におけるクリアランスレベルについて」、「原子力施設におけるクリアランスレベル検認のあり方について」では、評価上の最重要核種からD/Cが2桁以内の放射性核種を重要核種としている。このめやすを適用した場合、主要核種が最重要核種である場合でも、D/Cが主要核種の1/100未満であれば評価対象核種からは除外される。また、その場合 Σ D/Cへの寄与も1%未満である。

Mn-54の評価例

① (算術平均核種組成比: Mn-54/Co-60比) × (Co-60のCL)/(Mn-54のCL)

めやす②

算術平均組成比の97.5%片側信頼上限値 $(× \rho^2)$ より換算したD/Cが主要核種のD/C以下であること

クリアランス判断の裕度の評価では核種組成比及び平均放射能濃度のばらつきを考慮した場合でも Σ D/C \leq 10 となる確率が97.5%以上であることを確認している ρ 2倍の裕度を見た場合にD/Cが主要核種のD/C以下であれば、評価対象核種のD/Cが主要核種のD/Cを超える確率は2.5%未満である。最もD/Cの総和が大きくなる場合として主要核種のD/Cがほぼ1とした場合でも、評価対象核種のD/Cが1未満である確率は97.5%以上であり、評価対象核種の寄与により Σ D/Cが1を大幅に超える可能性は無視できる。

Mn-54の評価例

② (算術平均核種組成比: Mn-54/Co-60比) × (標準偏差)2× (Co-60のCL)/(Mn-54のCL)

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



相対重要度の評価による分散分析検定(F検定)の必要性の評価結果

			標準偏差	めやす①*1		めやす②*2		
核種	CL	算術平均値	(算術平均)	めやす①の 評価値	判定結果	めやす②の 評価値	判定結果	
Mn-54	0.1	3.10E-1	2.84E-1	3.10E-1	重要度高	2.50E-2	重要度低	
Sr-90	1	5.94E-4	1.50E-3	5.94E-5	重要度低	1.34E-10	重要度低	
Cs-137	0.1	1.14E-3	3.23E-3	1.14E-3	重要度低	1.18E-8	重要度低	
Eu-152	0.1	1.31E-5	7.53E-6	1.31E-5	重要度低	7.43E-16	重要度低	
Eu-154	0.1	4.12E-5	2.84E-5	4.12E-5	重要度低	3.33E-14	重要度低	

- *1:めやす①の判定基準(重要度低のめやす≦0.01、重要度高のめやす>0.01)
- *2: めやす②の判定基準 (重要度低のめやす≤1、重要度高のめやす>1)

Mn-54については、めやす①の評価において相対重要度が高いと判定 Sr-90, Cs-137, Eu-152, Eu-154については、相対重要度が低いと判定



系統、対象物の分類評価(F検定)が必要

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-6-15

Fugen Decommissioning Project



分散分析検定(F検定)について

F検定:核種組成比のグループ分類確認用の統計手法

日本原子力学会標準

クリアランスの判断方法:2005より

核種組成比は評価対象核種と主要核種の放射能濃度の比の平均であり、この放射能濃度の比は対数正規分布を示すことから、グループ分類が想定されるような母集団の母平均の差を検定することで、グループ分類の必要性を評価するものである。

分析値の全変化は次式に示す 2つの変化に分解される。 $\sum_{i=1}^{K} \sum_{j=1}^{n_i} (x_{ij} - \bar{x})^2 = \sum_{i}^{K} \sum_{j}^{n_i} (x_{ij} - \bar{x}_j)^2 + \sum_{i=1}^{K} n_i (\bar{x}_i - \bar{x}_j)^2 + \sum_{i=1}^{K} n_i$

全体の平方和 分析値全体のばらつき (全変化) 分類内平方和 同一分類内の分析値の ばらつき(分類内変化)

分類間平方和 分類平均値間の分析値の ばらつき(分類間変化)

分類内変化である V_1 は、同一母集団内の分類間の差の有無に関係なく偶然のパラツキを示すと考えられ、分類間変化である V_2 は、分類ごとに母集団が違うのであれば、パラツキの大部分は各分類ごとの母集団の差と考えられる。従って、分類間変化が分類内変化に比べて偶然と説明できる以上に大きければ、分類間変化は有意であり、分類必要と評価される。この考え方により、次式で示されるF検定による分散分析検定で分類の必要性を評価することができる。

 $F_s = \frac{V_2/(k-1)}{V_1/(N-k)}$

[判定基準; $F_s < F(k-1,N-k,\alpha)$]

N:データ点数 k:分類数

F(k-1, N-k, α):F分布表より求める

α:危険率(1%とする)

- ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

Mn-54の系統、対象物の分類の必要性の評価結果

系統の分類

①原子炉冷却系・浄化系、②主蒸気・タービン系、③廃棄施設の3分類

対象物の分類

①金属類、②塩ビ・ゴム類の2分類

分類	Fs	F(0.01)	判定
系統	0.65	6.51	有意ではない (分類の必要なし)
対象物	0.15	8.68	有意ではない (分類の必要なし)

[判定基準; F_s < $F(k-1,N-k,\alpha)$] $F(k-1,N-k,\alpha)$: F分布表より求めた α :危険率(1%とした)



F検定の結果、分類の必要なし

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-6-17

まとめ

Fugen Decommissioning Project



- ▶H21年度までに取得した核種分析結果を用いて、平均放射能濃度、 核種組成比を設定し、t検定による相関関係の確認を実施した。
- ▶Mn-54、Sr-90、Cs-137、Eu-152、Eu-154の核種について、Co-60との 相関関係の成立を確認した。
- ▶Cs-134、全 α (Pu-239、Am-241)の放射能濃度評価方法については、 放射能収支計算法等による二次的汚染の推定放射能評価結果より設定 する。
- ▶設定した核種組成比の相対重要度の評価の結果、Mn-54が重要度が高 い結果となり、分散分析検定(F検定)を実施した。
- ▶Mn-54の分散分析検定(F検定)の結果、分類の必要なしとなった。
- ▶クリアランス対象物の放射能濃度評価に用いる核種組成比の設定の 見诵しを得た。

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター(ふげん)



2.4.2 クリアランスモニタ性能データ取得

クリアランス制度運用に向けた準備状況 ークリアランスモニタ性能データ取得ー

環境管理課 東浦 則和

報告概要

- クリアランスモニタの概要
- ・クリアランスモニタによる測定・評価フロー
- ・クリアランスモニタ性能データ取得の目的
- データ取得の例
- ・検出限界の評価
- 今後の予定



ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-6-19

Fugen Decommissioning Project



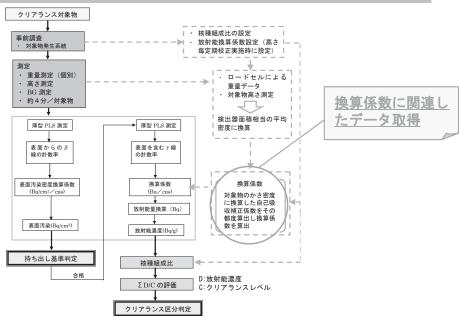
放射能濃度の測定及び評価方法の認可申請書の項目

- 1. 氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、 その代表者の氏名
- 2. 放射能濃度確認対象物が生じる工場等の名称及び所在地
- 3. 放射能濃度確認対象物が生じる施設の名称
- 4. 放射能濃度確認対象物の種類
- 5. 評価に用いる放射性物質の種類
- 6. 放射能濃度の評価単位
- 7. 放射能濃度を決定する方法
- 8. 放射線測定装置の種類及び測定条件(今回の報告内容)
- 9. 放射能濃度確認対象物の管理方法

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



クリアランス対象物の放射能濃度の評価フロ



ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-6-21

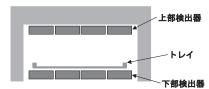
クリアランスモニタの概要

Fugen Decommissioning Project





クリアランスモニタ検出器部概略図 (トレイ型)



検出器

- 種類:プラスチックシンチレーション式検出器
- 検出器数量:上部4個、下部4個
- ・有効面積(1個当り):250×250mm(t;50mm)

測定対象物

- 寸法:800(W)×800(D)×400(H) mm以下
- 重量: 100kg(最大)

• 対象種類: 金属類

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



クリアランスモニタによる測定・評価フロー

測 定 (γ核種)

主要核種(Co-60)の放射能 (Bq)の算定

計数率(S-1)×換算係数

- 核種組成比法等により対象10核種の放射能濃度(Bq/g)を算定 - クリアランス評価(ΣD/C<1)

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-6-23

換算係数について





- 計数率(S⁻¹)×換算係数=主要核種(Co-60)の放射能(Bq)
- •換算係数
 - ① 校正定数 ⇒ 標準線源(Co-60)により校正
 - 計数率を標準線源の放射能量に換算

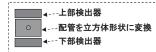
■■■■ 4---上部検出器 ◎ 4-----標準線源

下部検出器

(検出器間高さ10, 20, 30, 40cm の中心に線源を設置して校正)

- ② 自己吸収補正係数
 - 配管等による放射線の 吸収を補正

モニタに計算ソフトが <u>予め入力されている</u>





- 25×25×高さH (cm)の立方体形状に変換し、重量W(g)を立方体体積(cm³)で除して、平均密度(g/cm³)を計算
- ・線源が立方体の中心に存在するとして、平均密度と高さ の関数で自己吸収補正係数を計算

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



クリアランスモニタ性能データ取得の目的

① 換算係数の妥当性確認

測定値(測定により得られた計数率に <u>換算係数</u>を乗じて算定した放射能)

設定値 (標準線源の放射能)

により、データのバラツキ等を評価し、放射能計算に用いる換算係数のうち「<u>自己吸収補正係数</u>」が 妥当であるかを確認

② 検出限界の評価

クリアランスレベル 0.1Bq/g(Co-60)を十分下回る ことを確認

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん

資料 22-6-25

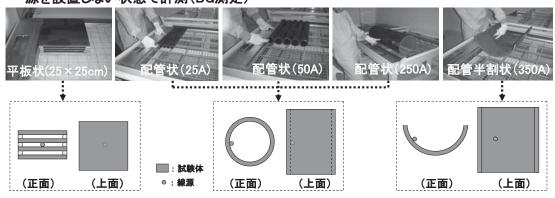
Fugen Decommissioning Project



クリアランスモニタ性能データ取得の概要

- 換算係数の妥当性等を確認するため、 標準線源(Co-60)と各種の模擬試験体を用いて計測
- ①平板、配管、バルブ等の模擬試験体の最も自己 吸収が大きい位置に標準線源を設置して計測
- ②平板、配管、バルブ等の模擬試験体に標準線 源を設置しない状態で計測(BG測定)

①, ②各々約100パターン (合計約200パターン)を測定



ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)



データ取得に使用した模擬試験体

種類	寸法 (cm)	データ 取得数*	
77.+C	25×25×厚さ0.9	444	
平板	25×25×厚さ0.6	111	
	φ 25A × 長さ25		
配管	φ 50A × 長さ25	40	
HC.E.	φ 250A × 長さ25	40	
	φ 350A × 長さ25		
	φ25A×長さ25		
业 李小 () 末 7 4 年	φ 50A × 長さ25	00	
半割り配管 	φ 250A × 長さ25	29	
	φ 350A × 長さ25		
バルブ	80A×長さ約30	15	

^{*} データ取得数(平成22年8月末現在)にはBG測定分, 繰返し測定分を含む 線源は10kBq(一部100Bq)のCo-60を使用

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-6-27

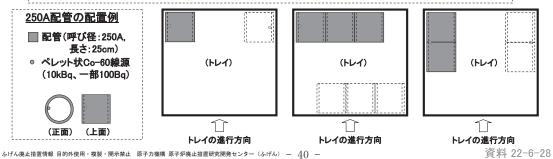
Fugen Decommissioning Project



模擬試験体・線源の配置方法の考え方

- ① 標準線源は、自己吸収が大きくなる位置に設置
 - ⇒試験体の内部の自己吸収が大きくなる位置
- ② トレイ枠による遮へいの影響を考慮 ⇒試験体及び線源位置が、トレイ枠に最も近くなる位置に配置
- ③ 極力、測定可能重量範囲内「10~100kg」の低・中・高重量を設定
 ⇒試験体数量を変えて各重量を設定

なお、実際の運用を考慮して、同一試験において配置する試験体は同程度の高さのものとし、試験体同士が重ならないよう配置した。また、想定している測定対象物の最大寸法(約50cm)のものも試験体に含めた。



-40-

(50A模擬配管を用いた測定の例)

(トレイ)

トレイの進行方向 **■ ■**



配管を用いたデータ取得の例(50A模擬配管を用いた場合)

(主要核種(Co-60)の放射能算定結果例)

出力年月日 2010年08月18日10時02分20秒

クリアランス測定結果(テスト)

1. 測定条件 装置番号 CL測定件乗ジョブ番号 測定単位番号 測定前対象物収納容器認識番号 測定済対象物収納容器認識番号 2. 測定結果

測定 処理 番号 測定年月日時刻

質量(kg) サンプル高さ(cm) 測定時間(s)

全計数率

パックグラウンド (s-1) 正味計数率 (s-1)

検出限界計数率 (s-1) 換算係数 (Bq/s-1)

主要核種の検出限界 (Bq)

要核種の測定値

PCL-01 CLM170-Z000000 CLM170-Z000000-M0000 CLM070-Z000000-Y0000 CLM170-Z000000-Y0000 0000 所属 環境管理課

炭素鋼

形状 配管(50A)

2010年08月18日09時58分48秒 検出器位置(cm) 4.80 60.0 BG測定時間(s) 264.80

CLM_01201008180958

90.0 59.62 205.18 換算係数は暫定値 54.66 83.95 -----

検出限界算定に用いているr₁、r₂値は暫定値

11 20

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

(s-1)

(Bq)

資料 22-6-29



配管を用いたデータ取得の例(50A模擬配管を用いた場合)

(放射能分布の可視化例)

放射能分布測定結果(テスト)

放射能分布データ出力結果 測定処理番号測定年月日時刻 測定時間(s)

進行方向

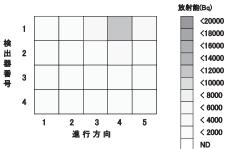
検 1 出 2 器 3

284. 29

209. 01

97. 25

DCM_01201008180958 2010年08月18日09時58分48秒 12(1段) 12(2段) 12(3段) 12(4段) 12(5段)



放射能分布デー 検出限界 900.18 4876. 82 10401.71 3305.70 33. 36 508. 49 159. 94 1319. 76 214. 60 2027. 04 1076. 60 238. 71 34. 60 34. 70 297.65 89. 52

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

(50A模擬配管を用いた測定の例) (トレイ) トレイの進行方向■■■

検出限界の評価

Fugen Decommissioning Project



取得したデータを基に r_1 , r_2 を算出

- ① r₁:バックグラウンド変動に起因する相対誤差 ← 標準線源を設置しない状態 での計測データ(BG)より算出
- ② r₂:換算係数の相対誤差 ← 標準線源を設置しての計測データより算出

検出限界(A_{LD})
の算出



(クリアランスレベル 0.1Bq/g(Co-60)を 十分下回ることを確認)

$$A_{LD} = CF \times \frac{\frac{k^{2}}{t_{T}} + \sqrt{\left(\frac{k^{2}}{t_{T}}\right)^{2} + 4 \times \left(1 - k^{2} \times r_{2}^{2}\right) \times k^{2} \times \left\{n_{B} \times \left(\frac{1}{t_{T}} + \frac{1}{t_{B}}\right) + r_{1}^{2} \times n_{B}^{2}\right\}}}{2 \times \left(1 - k^{2} \times r_{2}^{2}\right)}$$

 \mathbf{A}_{LD} : 検出限界(\mathbf{Bq}) t_B : バックグラウンド測定時間(\mathbf{S})

k : 定数(=3) CF : 換算係数(Bq/S^{-1}) t_T : 対象物の測定時間(S) r_I : パックグラウンド変動に起因する相対誤差

: バックグラウンド計数率(S-1) r.: 換算係数の相対誤差

(出典:日本原子力学会標準 クリアランスの判断方法 2005 より)

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

資料 22-6-31

今後の予定

Fugen Decommissioning Project



① 換算係数の妥当性確認

測定値(測定により得られた計数率に 換算係数を乗じて算定した放射能) 設定値 ^(標準線源の放射能)



上記計算値のバラツキを確認し、保守性の観点からも評価 ⇒ 現在設定されている「自己吸収補正係数」の妥当性を確認

② 検出限界の評価

 r_1 , r_2 を計算し、検出限界を算出



- ① r₂が許容される値(最大約0.3)を下回るかを確認
- ② 検出限界が、クリアランスレベル 0.1Bq/g(Co-60)を十分下回る ことを確認(目標:0.01Bq/g)

ふげん廃止措置情報 目的外使用・複製・開示禁止 原子力機構 原子炉廃止措置研究開発センター (ふげん)

3. 講評

各報告の後、本委員会の石榑主査より以下のご講評を頂いた。

- 「ふげん」の廃止措置に係る技術開発に関しては、「ふげん」の課題解決に特化することにとど まらず、今後軽水炉での活用も考慮してデータを採取し、評価して頂き、その成果を発信して 頂きたい。
- クリアランスの運用基準については、当面は保守側に設けざるを得ないが、クリアランスの実施状況を考慮して合理化していくことも重要である。制度運用の初期段階は大変であるが、より合理的な運用が行えるように取り組んで頂きたい。
- クリアランスされた物については、再利用しなければ道半ばである。再利用は、地域連携も含めて社会の理解を得ながら道筋を作って頂きたい。

This is a blank page.

国際単位系(SI)

表 1. SI 基本単位

基本量		SI 基本単位				
巫平里	巫平里					記号
長	ż	メ	_	ŀ	ル	m
質	量	丰	ロク	ブラ	A	kg
時	間		老	y)		s
電	流	ア	\mathcal{V}	~	ア	Α
熱力学温	度	ケ	ル	Ľ	ン	K
物質	量	Ŧ			ル	mol
光 .	度	カ	ン	デ	ラ	cd

表2. 基本単位を用いて表されるSI組立単位の例

組立量	SI 基本単位			
形LL 27. 里L	名称	記号		
面	責 平方メートル	m ²		
体	責立法メートル	m ³		
速き,速息	まメートル毎秒	m/s		
加速 退	と メートル毎秒毎秒	m/s ²		
波	女 毎メートル	m ⁻¹		
密度,質量密息	ま キログラム毎立方メートル	kg/m ³		
面積密息	ま キログラム毎平方メートル	kg/m ²		
比 体 科	責立方メートル毎キログラム	m³/kg		
	ぎアンペア毎平方メートル	A/m ²		
	アンペア毎メートル	A/m		
量濃度 ^(a) ,濃月	ま モル毎立方メートル	mol/m ³		
質量濃	ぎ キログラム毎立法メートル	kg/m ³		
	まカンデラ毎平方メートル	cd/m ²		
/ID 1/1 1911	b) (数字の) 1	1		
比透磁率 (b) (数字の) 1	1		

- (a) 量濃度 (amount concentration) は臨床化学の分野では物質濃度 (substance concentration) ともよばれる。(b) これらは無次元量もるいは次元1をもつ量であるが、そのことを表す単位記号である数字の1は通常は表記しない。

表3. 固有の名称と記号で表されるSI組立単位

	回有の名称と記す	2 (3)		
			SI 組立単位	
組立量	名称	記号	他のSI単位による	SI基本単位による
	,.,,	되다 /7	表し方	表し方
平 面 角	ラジアン ^(b)	rad	1 (b)	m/m
立 体 角		sr ^(c)	1 (b)	m^{2}/m^2
周 波 数	ヘルツ ^(d)	Hz		s^{-1}
カ	ニュートン	N		m kg s ⁻²
圧 力 , 応 力	パスカル	Pa	N/m^2	m ⁻¹ kg s ⁻²
エネルギー, 仕事, 熱量	ジュール	J	N m	m ² kg s ⁻²
仕事率, 工率, 放射束		W	J/s	m ² kg s ^{·3}
電 荷 , 電 気 量	クーロン	C		s A
電位差(電圧),起電力	ボルト	V	W/A	m ² kg s ⁻³ A ⁻¹
静 電 容 量	ファラド	F	C/V	$m^{-2} kg^{-1} s^4 A^2$
	オーム	Ω	V/A	m ² kg s ⁻³ A ⁻²
コンダクタンス	ジーメンス	s	Α/V	m ⁻² kg ⁻¹ s ³ A ²
磁東	ウエーバ	Wb	Vs	$m^2 kg s^{-2} A^{-1}$
磁 束 密 度	テスラ	Т	Wb/m ²	kg s ⁻² A ⁻¹
	ヘンリー	Н	Wb/A	$m^2 kg s^{\cdot 2} A^{\cdot 2}$
セルシウス温度	セルシウス度 ^(e)	$^{\circ}$ C		K
	ルーメン	lm	cd sr ^(c)	cd
	ルクス	lx	lm/m ²	m ⁻² cd
放射性核種の放射能 ^(f)	ベクレル ^(d)	Bq		s^{-1}
吸収線量,比エネルギー分与,	グレイ	Gy	J/kg	m ² s ⁻²
カーマ		Gy	9/Kg	m s
線量当量,周辺線量当量,方向性線量当量,個人線量当量	シーベルト ^(g)	Sv	J/kg	$m^2 s^{-2}$
	カタール	kat		s ⁻¹ mol

(a)SI接頭語は固有の名称と記号を持つ組立単位と組み合わせても使用できる。しかし接頭語を付した単位はもはや コヒーレントではない。 (b)ラジアンとステラジアンは数字の1に対する単位の特別な名称で、最についての情報をつたえるために使われる。 実際には、使用する時には記号rad及びsrが用いられるが、習慣として組立単位としての記号である数字の1は明 デキャル・

実際には、使用する時には記ちrad及Ostか用いられるか、音頂として無止か出としている。この数を下れない。 示されない。 (6)測光学ではステラジアンという名称と記号srを単位の表し方の中に、そのまま維持している。 (4)~ルツは周期現象についてのみ、ペクレルは放射性接種の統計的過程についてのみ使用される。 (6)セルシウス度はケルビンの特別な名称で、セルシウス温度を表すために使用される。セルシウス度とケルビンの 単位の大きさは同一である。したがって、温度差や温度間隔を表す数値はどちらの単位で表しても同じである。 (5)放射性疾種の放射能(activity referred to a radionuclide)は、しばしば認った用語で radioactivity と記される。 (g)単位シーベルト (PV,2002,70,205) についてはCIPM都告2 (CI-2002) を参照。

表4.単位の中に固有の名称と記号を含むSI組立単位の例

	の下に回省の石がこれをと古	
	S.	II 組立単位
組立量	名称	記号 SI 基本単位による 表し方
粘	度 パスカル秒	Pa s m ⁻¹ kg s ⁻¹
力のモーメン	トニュートンメートル	N m m ² kg s ⁻²
表 面 張	カニュートン毎メートル	N/m kg s ⁻²
	夏 ラジアン毎秒	rad/s m m ⁻¹ s ⁻¹ =s ⁻¹
	g ラジアン毎秒毎秒	rad/s ² m m ⁻¹ s ⁻² =s ⁻²
熱流密度,放射照	夏 ワット毎平方メートル	W/m ² kg s ⁻³
熱容量、エントロピ	1111	J/K m ² kg s ⁻² K ⁻¹
比熱容量, 比エントロピ		J/(kg K) m ² s ⁻² K ⁻¹
	- ジュール毎キログラム	J/kg m ² s ⁻²
ALL 14	ロット毎メートル毎ケルビン	W/(m K) m kg s ⁻³ K ⁻¹
体積エネルギ	- ジュール毎立方メートル	J/m ³ m ⁻¹ kg s ⁻²
	ボルト毎メートル	V/m m kg s ⁻³ A ⁻¹
	夏 クーロン毎立方メートル	C/m ³ m ³ sA
	 ウーロン毎平方メートル	C/m ² m ⁻² sA
	立クーロン毎平方メートル	C/m ² m ⁻² sA
	率 ファラド毎メートル	F/m m ⁻³ kg ⁻¹ s ⁴ A ²
· -	率 ヘンリー毎メートル	H/m m kg s ⁻² A ⁻²
	- ジュール毎モル	J/mol m ² kg s ⁻² mol ⁻¹
モルエントロピー, モル熱容	量 ジュール毎モル毎ケルビン	J/(mol K) m ² kg s ⁻² K ⁻¹ mol ⁻¹
照射線量 (Χ線及びγ線	クーロン毎キログラム	C/kg kg ⁻¹ sA
吸 収 線 量	率 グレイ毎秒	Gy/s m ² s ⁻³
放 射 強	度 ワット毎ステラジアン	W/sr m ⁴ m ⁻² kg s ⁻³ =m ² kg s ⁻³
	夏 ワット毎平方メートル毎ステラジアン	
醛 表 活 性 澧	新カタール毎立方メートル	kat/m ³ m·3 s·1 mol

乗数	接頭語 記号		乗数	接頭語	記号
10^{24}	ヨ タ	Y	10 ⁻¹	デ シ	d
10^{21}	ゼタ	Z	10 ⁻²	センチ	с
10^{18}	エクサ	Е	10 ⁻³	ミリ	m
10^{15}	ペタ	Р	10 ⁻⁶	マイクロ	μ
10^{12}	テラ	Т	10 ⁻⁹	ナーノ	n
10^{9}	ギガ	G	10^{-12}	ピ コ	p
10^{6}	メーガ	M	$10^{\cdot 15}$	フェムト	f
10^{3}	丰 口	k	10 ⁻¹⁸	アト	a

h

 10^{-21}

10*24

ゼプト

ヘクト

 10^2

 10^1

表 5. SI 接頭語

表6. SIに属さないが、SIと併用される単位 名称 記号 SI 単位による値 1 min=60s 分 min 時 1h =60 min=3600 s h 日 1 d=24 h=86 400 s d 度 1°=(π/180) rad 分 1'=(1/60)°=(π/10800) rad 秒 1"=(1/60)'=(π/648000) rad 1ha=1hm²=10⁴m² ヘクタール ha リットル L. 1 1L=11=1dm³=10³cm³=10⁻³m³ 1t=10³ kg トン

表7. SIに属さないが、SIと併用される単位で、SI単位で

表される数値が実験的に得られるもの								
名称				記号	SI 単位で表される数値			
電	子が	・ル	1	eV	1eV=1.602 176 53(14)×10 ⁻¹⁹ J			
ダ	ル	1	ン	Da	1Da=1.660 538 86(28)×10 ⁻²⁷ kg			
統一	原子!	質量肖	〔位	u	1u=1 Da			
天	文	単	位	ua	1ua=1.495 978 706 91(6)×10 ¹¹ m			

表8.SIに属さないが、SIと併用されるその他の単位 記号 SI 単位で表される数値 名称 bar 1 bar=0.1MPa=100kPa=10⁵Pa 水銀柱ミリメー 1mmHg=133.322Pa mmHg オングストロー Å $1 \text{ Å}=0.1 \text{nm}=100 \text{pm}=10^{-10} \text{m}$ 海 Μ 1 M=1852m $1 b=100 fm^2=(10^{-12} cm)2=10^{-28} m^2$ b 1 kn=(1852/3600)m/s ッ kn Np SI単位との数値的な関係は、 対数量の定義に依存。 В dB ル

表9. 固有の名称をもつCGS組立単位 SI 単位で表される数値 名称 記号 工 N $_{
m erg}$ 1 erg=10⁻⁷ J H dyn 1 dyn=10⁻⁵N ポ Ρ 1 P=1 dyn s cm⁻²=0.1Pa s ス Ь ク St $1 \text{ St} = 1 \text{cm}^2 \text{ s}^{-1} = 10^{-4} \text{m}^2 \text{ s}^{-1}$ 1 sb =1cd cm⁻²=10⁴cd m⁻² ル $_{\rm sb}$ ph 1 ph=1cd sr cm⁻² 10⁴lx Ħ Gal 1 Gal =1cm s⁻²=10⁻²ms⁻² マクスウェ Mx $1 \text{ Mx} = 1 \text{G cm}^2 = 10^{-8} \text{Wb}$ ガ G 1 G =1Mx cm⁻² =10⁻⁴T エルステッド ^(c) Ое 1 Oe Δ (10³/4π)A m⁻¹

(c) 3元系のCGS単位系とSIでは直接比較できないため、等号「♪ 」は対応関係を示すものである。

			表	£10	SUCE	属さないその他の単位の例
_	3	名称	_		記号	SI単位で表される数値
*	ユ		IJ	-	Ci	1 Ci=3.7×10 ¹⁰ Bq
ν	ン	1	ゲ	ン	R	$1 R = 2.58 \times 10^{-4} \text{C/kg}$
ラ				K	rad	1 rad=1cGy=10 ⁻² Gy
ν				A	rem	1 rem=1 cSv=10 ⁻² Sv
ガ		ン		7	γ	1 γ =1 nT=10-9T
フ	25.		ル	3		1フェルミ=1 fm=10-15m
メー	ートル	系ス	カラ:	ット		1メートル系カラット = 200 mg = 2×10-4kg
卜				ル	Torr	1 Torr = (101 325/760) Pa
標	進	大	気	圧	atm	1 atm = 101 325 Pa
カ	p		IJ	-	cal	lcal=4.1858J(「15℃」カロリー), 4.1868J (「IT」カロリー) 4.184J(「熱化学」カロリー)
₹.	ク		D	ン	μ	$1 \mu = 1 \mu m = 10^{-6} m$