

高レベル放射性廃棄物の地層処分における  
人工バリア等の性能保証に関わる研究の  
進め方と反映先

(研究報告)

2003年3月

核燃料サイクル開発機構  
東海事業所

本資料の全部または一部を複写・複製・転写する場合は、下記にお問い合わせください。

〒319-1184 茨城県那珂郡東海村村松4番地49

核燃料サイクル開発機構

技術展開部 技術協力課

Inquiries about copyright and reproduction should be addressed to :

Technical Cooperation Section,

Technology Management Division,

Japan Nuclear Cycle Development Institute

4-49 Muramatsu, Tokai-mura, Naka-gun, Ibaraki, 319-1184

Japan

© 核燃料サイクル開発機構 (Japan Nuclear Cycle Development Institute)

2003

高レベル放射性廃棄物の地層処分における  
人工バリア等の性能保証に関わる研究の進め方と反映先  
(研究報告)

川上 進\*、杉田 裕\*、栗原雄二\*\*  
神徳 敬\*、谷口直樹\*、油井三和\*  
棚井憲治\*、柴田雅博\*\*\*、本間信之\*\*\*\*

要 旨

国が策定する安全基準・指針等に資するため、今後の研究開発等により得られる成果がどのように反映されるかを明確とするための検討を行った。ここでは、処分場における長期的安全性の観点から人工バリア等の処分施設を構成する各要素、本報告ではオーバーパックと緩衝材、において性能を保証すべき項目を抽出し、これらの項目について具体的にどのように性能保証するのかを示した。さらに、これらの性能保証の方法について現状の取り組み状況（第2次取りまとめ）を踏まえて、今後の取り組みが必要と考えられる課題を抽出した。また、安全基準・指針の項目を想定し、性能保証項目との関係を整理した。この整理により、性能保証項目より抽出された今後取り組みが必要と考えられる研究課題が、安全規制のどのようなところに反映されるかの関連性を明確とするための一つの整理ができたものと考えられる。

---

\* 東海事業所 環境保全・研究開発センター 処分研究部 処分バリア性能研究グループ  
\*\* 東海事業所 環境保全・研究開発センター 処分研究部 システム解析グループ  
\*\*\* 東海事業所 環境保全・研究開発センター 処分研究部 放射化学研究グループ  
\*\*\*\* 現在 石川島播磨重工業株式会社

Studies on the performance guarantee for the Engineering Barrier System  
on geological disposal of High-level radioactive waste  
(Research Document)

Susumu KAWAKAMI\*, Yutaka SUGITA\*, Yuji KURIHARA\*\*  
Takashi Jintoku\*, Naoki TANIGUTI\*, Mikazu YUI\*  
Kenji TANAI\*, Masahiro SHIBATA\*\*\* and Nobuyuki HONMA\*\*\*\*

Abstract

In order to contribute to the safety standards and guidelines upon which a administration decides, examination for clarifying how to reflect the result obtained by future R&D was performed. From a viewpoint of the long-term safety on geological disposal, the items which should guarantee the performance of each element which constitutes disposal institutions (by this report, they are the overpack and the buffer material) were extracted, and it was shown what a performance guarantee is concretely offered about these items. Furthermore, based on the H12 report as a situation of present R&D for a method of a performance guarantee, the subjects considered that a future R&D is required were extracted. Moreover, the items of a safety standard and guideline were assumed, and the relation between these items and a performance guarantee items was arranged. One arrangement for clarifying whether to be reflected in the safety regulations and guidelines whose R&D subjects extracted from the performance guarantee items was shown.

- 
- \* Barrier performance group, Waste isolation research division,  
Waste management and fuel cycle research center, Tokai works
- \*\* Repository system analysis group, Waste isolation research division,  
Waste management and fuel cycle research center, Tokai works
- \*\*\* Radiochemistry Group, Waste isolation research division, Waste management and  
fuel cycle research center, Tokai works
- \*\*\*\* Ishikawajima-Harima Heavy Industries Co., Ltd.

目次

1. はじめに .....	1
2. 目的 .....	3
3. 人工バリア等の性能保証項目の抽出および整理 .....	4
3.1 性能保証項目の抽出 .....	4
(1) オーバーパックにおける性能保証項目 .....	7
(2) 緩衝材における性能保証項目 .....	7
3.2 性能保証項目に対する評価方法・評価に用いるデータベース等及び課題の整理....	10
(1) オーバーパックにおける整理 .....	11
(2) 緩衝材における整理 .....	11
(3) その他のオーバーパックと緩衝材における整理 .....	11
4. 安全基準・指針（案）の想定と性能保証項目との位置付けの整理 .....	20
4.1 安全基準・指針（案）の想定の考え方と想定における参考資料 .....	20
(1) 第2次取りまとめにおける記述 .....	20
(2) 「最終処分法」における記述 .....	23
(3) 「安全規制の基本的考え方」における記述 .....	23
(4) 「概要調査地区選定時に考慮すべき地質環境に関する基本的考え方」（土木 学会、2001年）における記述 .....	23
(5) 「高レベル放射性廃棄物処分の概要調査地区選定段階において考慮すべき 環境要件について」（原子力安全委員会、2002）における記述 .....	27
(6) 「放射性廃棄物安全研究年次計画（平成13年度～平成17年度）」（原子力 安全委員会、2000b）における記述 .....	27
4.2 安全基準・指針（案）の想定 .....	29
4.3 性能保証項目と基準項目（案）の関係 .....	29
5. 今後の計画 .....	33
6. おわりに .....	33
参考文献 .....	33
添付資料 .....	35

表目次

表 3.1-1	オーバーパックに対する基本要件	5
表 3.1-2	オーバーパックの設計要件	5
表 3.1-3	放射性核種の隔離のための緩衝材の設計要件	6
表 3.1-4	人工バリアが成立するための緩衝材の設計要件	6
表 3.1-5	オーバーパックに係わる性能保証項目	8
表 3.1-6	緩衝材に係わる性能保証項目	9
表 3.2-1	処分場の長期安全性確保のための整理表の概念	10
表 3.2-2	オーバーパックの設計要件と課題の整理表 (1/2)	13
表 3.2-3	オーバーパックの設計要件と課題の整理表 (2/2)	14
表 3.2-4	緩衝材の設計要件と課題の整理表 (1/4)	15
表 3.2-5	緩衝材の設計要件と課題の整理表 (2/4)	16
表 3.2-6	緩衝材の設計要件と課題の整理表 (3/4)	17
表 3.2-7	緩衝材の設計要件と課題の整理表 (4/4)	18
表 3.2-8	その他のオーバーパックと緩衝材の設計要件と課題の整理表	19
表 4.1-1	第2次取りまとめにおける要件の整理	21
表 4.1-2	「最終処分法」における地区選定に係わる調査事項及び確認事項を基とした整理	24
表 4.1-3	「安全規制の基本的考え方」における安全確保の方策及び基本的な考え方を基とした整理	25
表 4.1-4	土木学会取りまとめでの概要調査地区選定時における考慮すべき要件に関する整理	26
表 4.1-5	概要調査地区選定段階において考慮すべき環境要件	27
表 4.1-6	安全研究年次計画を基とした整理	28
表 4.2-1	安全基準・指針の項目 (案)	30
表 4.3-1	性能保証項目と安全基準・指針 (案) との関係 (星取表による整理)	31

図目次

図 1-1 高レベル放射性廃棄物の処分に係る安全基準・指針等に関するスケジュール	.....2
図 4.1-1 地層処分の事業化に向けた研究開発成果の反映	.....22
図 4.1-2 地層処分事業の展開と技術的拠り所	.....22

## 1. はじめに

原子力発電所等において発生する使用済燃料を再処理する過程で発生する高レベル放射性廃棄物に関して、人間の生活環境から隔離して最終処分するために地下の深い安定した地層中に永久に隔離する地層処分することが、わが国の基本方針となっている。

この地層処分については、平成 12 年 5 月に「特定放射性廃棄物の最終処分に関する法律（官報、2000a）」（以下、「最終処分法」）が成立し、最終処分を計画的かつ確実に実施させるために必要な措置等が制度化された。また、最終処分法に基づき平成 12 年 10 月に最終処分事業を実施する機関として「原子力発電環境整備機構」（以下、原環機構）が設立された。処分予定地の選定に関しては、概要調査地区、精密調査地区、最終処分施設建設地と段階的に進めていくこととしており、これらの選定期間について「特定放射性廃棄物の最終処分に関する基本方針（官報、2000b）」（以下、「最終処分に関する基本方針」）に、精密調査地区の選定を平成 20 年代前半、最終処分施設建設地の選定を平成 30 年代後半、最終処分の開始を平成 40 年代後半を目処とされている。概要調査地区の選定に関しては、原環機構より公表されている「特定放射性廃棄物処分の概要調査地区等の選定手順の基本的考え方（原環機構、2001）」において、概要調査地区の公募開始を平成 14 年度、概要調査地区の選定を平成 10 年代後半を目処とされている。

また、最終処分に係る安全規制に関しては、その基本的考え方について平成 12 年 11 月に原子力安全委員会より「高レベル放射性廃棄物の処分に係る安全規制の基本的考え方について（第 1 次報告）（原子力安全委員会、2000a）」（以下、「安全規制の基本的考え方」）として公表されている。この「安全規制の基本的考え方」では、実施主体が行う処分事業の進展に合わせて安全の確認が適切に行われるように、安全審査、安全確認等に係る指針・技術基準を策定していくこととし、安全基準・指針等の策定に関するスケジュールが示されている（図 1-1）。

これらの安全規制に係わる指針・基準を策定するためには、地層処分の長期的安全性に関する基盤的な技術情報が必要となる。したがって、この技術情報は、安全規制・基準の策定スケジュールに合わせて整備しておく必要があり、既存のものおよび今後の研究開発により取得する必要があるものもある。技術情報の整備に関しては、「最終処分の基本方針」にあるように、国および関係機関は、最終処分の安全規制・安全評価のために必要な研究開発を積極的に進めていく必要があるとされ、また、「原子力の研究、開発及び利用に関する長期計画」（原子力委員会、2000）（以下、原子力長期計画）、「原子力の技術基盤の確保について」（総合資源エネルギー調査会原子力部会、2001）において、最終処分の実施に向けて必要な取り組みや関係機関の役割分担が示されている。

以上のように、最終処分の事業化へ向けた制度的環境が整いつつあり、また最終処分に必要となる研究開発への取り組み方針が示された状況を踏まえ、今後の研究開発での取り組みが必要となる技術情報について整理を行うことが必要である。また、「安全規制の基本的考え方」に示された地層処分に係る安全基準・指針等の策定において、具体的にどのような安全基準・指針項目が必要と考えられるかは今後国により検討されることであるが、これらの策定に資することを念頭に置いて基礎・基盤研究を進めることは重要である。

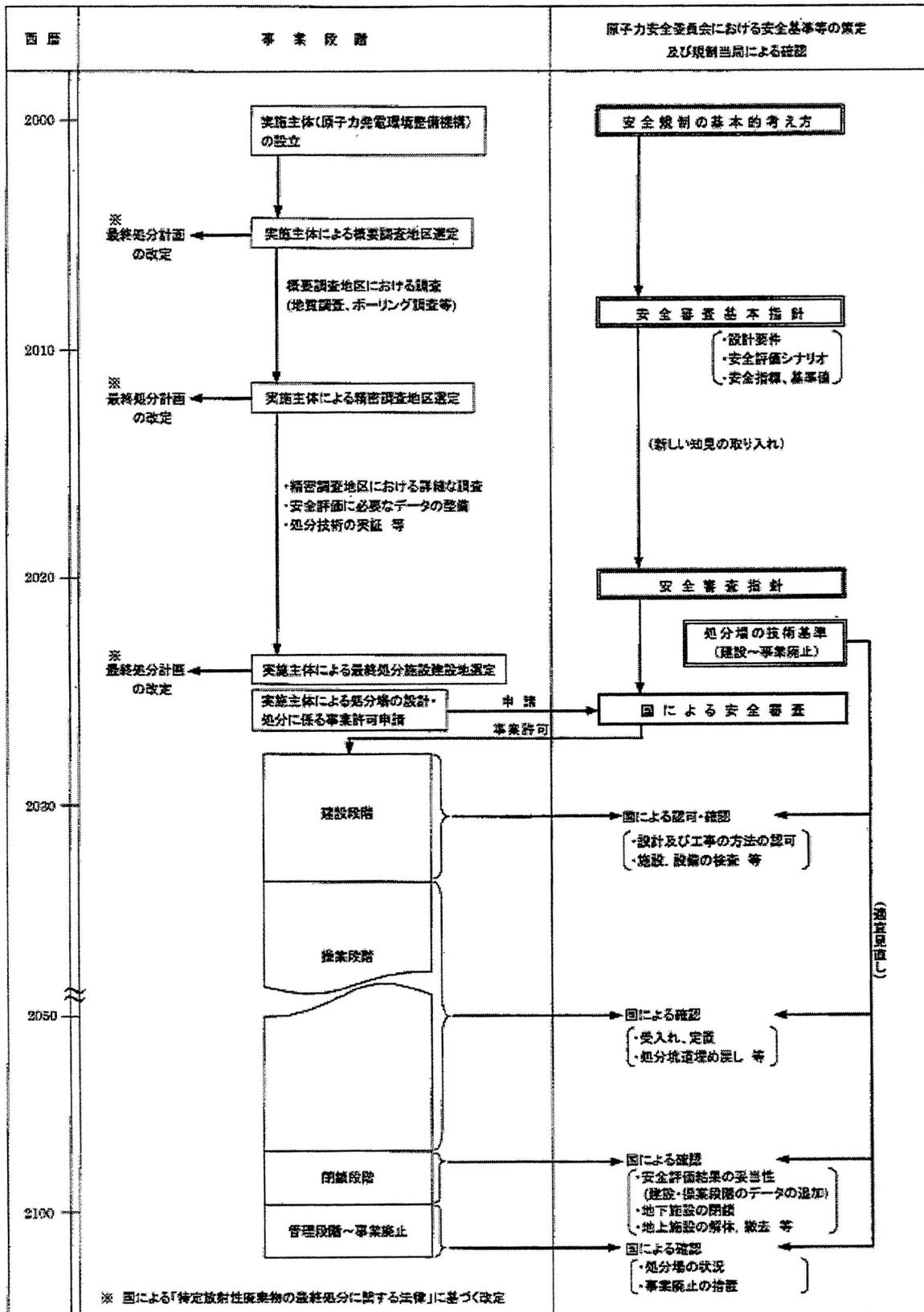


図 1-1 高レベル放射性廃棄物の処分に係る安全基準・指針等に関するスケジュール (原子力安全委員会、2000a)

## 2. 目的

現在、安全規制に関する基本的考え方が示されているが、1.で述べたように安全基準・指針等が具体的に策定されるのはまだ先の予定である。ただし、安全基準・指針等の策定に資することを念頭に置いて、地層処分技術に関する基礎・基盤研究を進めることが重要である。この基礎・基盤研究の成果は、安全基準・指針の策定に資する基盤情報であるとともに、実施主体が進める処分事業へも反映される。しかしながら、本資料では、安全基準・指針等の策定に資することを念頭に置いて、地層処分研究における今後の研究開発に関する検討・整理を行うとともに、これまで十分に行われていなかった安全基準・指針等に対して地層処分研究における個別の研究項目（課題）がどのような位置付けにあるのかを明確とするための検討を行う。

検討・整理においては、まず、国による安全審査において「何を評価するのか」、「評価するためにはどんな技術情報が必要となるのか」を想定し、検討する。ここでは、人工バリア等の処分施設を構成する各要素について、処分場の長期的安全性の観点から性能を保證すべき項目を抽出する。この抽出された性能保證項目は、安全基準・指針等の項目のポイントとなるものとする。次に、これらの性能保證項目について、性能を保證するためにはどのような評価が必要となるのかを具体的に示し、また現状の研究開発状況との対比により残された研究項目（課題）を抽出・整理を行う。

さらに、研究項目（課題）の位置付けを明確とするために、安全基準・指針等として策定される項目を現状の関連する公開資料や報告書などを参考として想定し、想定した安全基準・指針等の項目（案）に対する性能保證項目の関連性を検討する。

以上の内容について、次の2項目として以降に検討内容を記載する。

- ・人工バリア等の性能保證項目の抽出および整理
- ・安全基準・指針（案）の想定と性能保證項目との関連性の検討

### 3. 人工バリア等の性能保証項目の抽出および整理

処分場の長期的安全性を確保するためには、人工バリア等の処分場を構成する各要素に対して期待する性能が確実に発揮されることを評価等により保証する必要がある。ここでは、この性能保証すべき項目（性能保証項目）を抽出し、さらに、この項目をどのように保証するのか、そのために必要な具体的な評価方法・評価に必要なデータベース等を抽出・整理する。この具体的な内容に対して現状での取り組み状況を整理することにより、性能保証項目に対して今後取り組むべき課題が整理されるものとする。

また、処分場を構成する要素としては、ガラス固化体、オーバーパック、緩衝材、埋め戻し材、プラグ、アクセス・連絡・主要・処分の各坑道および処分孔等があるが、本資料ではオーバーパックと緩衝材を対象として上記の検討を行う。

#### 3.1 性能保証項目の抽出

第2次取りまとめでは、オーバーパックおよび緩衝材に求められる要件が表 3.1-1～表 3.1-4 のように示されている（サイクル機構、1999a）。オーバーパックにおいては、ガラス固化体に地下水を所定の期間接触させないこと、ガラス固化体および緩衝材に有意な影響を与えないこと、製作・施工が技術的に可能なことを基本要件として位置付け、さらに、これら基本要件を満足するために設計において考慮すべき具体的な項目（設計要件）を整理している。緩衝材においては、長期的な安全確保の観点から、オーバーパックの保護と放射性核種の移行を抑制することを基本的な要件とし、これらの要件より求められる機能、機能を満たすために設計上考慮すべき項目（設計要件）を整理している。しかしながら、ここでの整理は処分場における時間軸の観点が見えていないため、これらの要件が「いつ」「どんな時」に必要となるのが明確にはなっていない。性能保証項目の抽出においては、「いつ」「どんな時」の観点も重要と考え、時間軸も考慮した検討を実施した。

性能保証項目の抽出においては、その性能が処分事業開始からの時間の経過に伴い性能保証項目が変化することを十分考慮して行う必要がある。ここでは、オーバーパックと緩衝材について、それぞれに期待される性能の特徴を考慮して処分場における時間の経過を軸とした段階（例えば埋め戻し前、埋め戻し後等）を設定し、この段階における性能保証項目を抽出した。また、性能保証項目としては、まず処分場の長期的安全性の観点から各要素に期待される役割を、処分場における時間を軸とした段階毎に抽出した。

さらに、これら抽出された役割に対して、性能を保証するために具体的にどのような事項を確認する必要があるのかを基準のポイントとして検討した。これらが安全規制・基準等の項目を実際に策定する場合に、具体的な項目になりうるものと想定された。

表 3.1-1 オーバーパックに対する基本要件（サイクル機構、1999a）

地層処分における安全確保のための要件	放射性核種の閉じ込め（ガラス固化体に地下水を所定の期間接触させない）
人工バリアが成立するための要件	他の人工バリア（ガラス固化体および緩衝材）に有意な影響を与えないこと
	製作・施工が技術的に可能であること

表 3.1-2 オーバーパックの設計要件（サイクル機構、1999a）

基本的な要件		機能・役割	設計上考慮すべき項目（設計要件）	内 容
安全確保のための要件	放射性核種の閉じ込め	ガラス固化体に地下水を所定の期間接触させないこと	① 閉じ込め性を有すること	操業時に放射性物質の外部環境への漏出を防ぐこと／廃棄体埋設後、地下水の浸入を防ぐこと
			② 耐食性を有すること	廃棄体埋設後、所定の期間、腐食によって閉じ込め性が損なわれないこと
			③ 耐圧性を有すること	埋設後作用する機械的荷重に対して構造健全性を維持し、閉じ込め性を損なわれないこと
			④ 放射線遮へい性を有すること	ガラス固化体からの放射線による水の放射線分解にともなって生成される酸化性化学種により、腐食が促進されないこと
			⑤ 耐放射線性を有すること	ガラス固化体からの放射線によって、耐圧性が有意な影響を受けないこと
			⑥ 耐熱性を有すること	ガラス固化体からの発熱に対して、閉じ込め性、耐食性および耐圧性が有意な影響を受けないこと
人工バリアが成立するための要件	所定の期間、他の人工バリアに有意な影響を与えないこと		⑦ 十分な内空間を有すること	オーバーパックの変形やガラス固化体の熱膨張により、ガラス固化体が機械的に破損しないこと
			⑧ 良好な熱伝導性を有すること	ガラス固化体の発熱を外部に伝え、ガラス固化体の安定な形態を損なうような熱による変質を生じさせないこと
			⑨ 放射線遮へい性を有すること	ガラス固化体からの放射線によって、緩衝材の材料特性が変化しないこと
			⑩ 化学的緩衝性を有すること*1	周囲の地下水を腐食生成物によって還元性環境に緩和すること
	製作・施工が技術的に可能であること		⑪ 製作性を有すること	既存の技術もしくは近い将来実現可能と考えられる技術に基づいた構造であること
			⑫ 遠隔封入性を有すること*2	ガラス固化体の遠隔操作による封入が、既存の技術もしくは近い将来実現可能と考えられる技術により、ガラス固化体の安定な形態を損なうことなく可能な構造であること
			⑬ 遠隔定置性を有すること*2	廃棄体の遠隔操作による定置が、既存の技術もしくは近い将来実現可能と考えられる技術により、ガラス固化体の安定な形態を損なうことなく可能な構造であること

注) \*1：この特性を有していれば人工バリアの機能向上に寄与することが期待される特性。

\*2：これらを考慮することによって、放射線遮へい性に対する過度に保守的な要求を緩和できるため、オーバーパック厚さを減少させることが可能となり、その結果、緩衝材の機能に有意な影響を与えないことが期待できる要件。

表 3.1-3 放射性核種の隔離のための緩衝材の設計要件（サイクル機構、1999a）

安全確保のための要件	機能/役割	設計上考慮すべき項目（設計要件）	内 容
放射性核種の移行抑制	地下水の移動の抑制	①低透水性を有すること	低透水性を有することにより緩衝材中の地下水の動きを遅くして、結果的に緩衝材中の物質の移動が遅くなるようにするとともに、ガラス固化体の溶解速度や核種の溶出を抑制すること
	溶解した核種の収着	②高い収着性を有すること	ガラス固化体から放射性核種が溶解した場合、それを収着することによって放射性核種の移動を抑制すること
	コロイドの移動の防止	③コロイドフィルトレーション機能を有すること	放射性核種がコロイドとして移動することを妨げること
	地下水環境の変動の緩和	④化学的緩衝性を有すること*1	地下水の pH や還元性等を化学的に緩衝することにより地下水の化学的条件を好ましいものとする

\*1：この特性を有していれば、人工バリアの機能向上に寄与することが期待される特性。

表 3.1-4 人工バリアが成立するための緩衝材の設計要件（サイクル機構、1999a）

人工バリアが成立するための要件	機能/役割	設計上考慮すべき項目（設計要件）	内 容
製作・施工が可能であること	施工, その他で生じた隙間等を充填できること	⑤自己シール性を有すること	水を含んだ際の膨潤性により、定置時の周辺岩盤との隙間や緩衝材内に生じた隙間を充填できること
	施工可能な特性を有すること	⑥施工可能な締固め特性を有すること	既存の技術によって所要の密度が得られるような締固め特性を有すること
		⑦施工可能な強度を有すること	ブロック方式による施工を想定した場合、据え付け時のハンドリングに必要な力学的特性を有すること
所要の期間人工バリアの機能に有意な影響を与えないこと	応力緩衝性を有すること	⑧変形能を有すること	廃棄体埋設後、オーバーバックの機能が維持される期間、緩衝材が変形能を有することにより、オーバーバックの腐食膨張と岩盤のクリープ変形を力学的に緩和できること
	オーバーバックを力学的に安定に支持できること	⑨力学的に安定に支持できる強度を有すること	廃棄体埋設後、オーバーバックの機能が維持される期間、オーバーバックを力学的に安定に支持でき、地震に対しても健全性を維持できる力学的特性を有すること
	ガラス固化体及び緩衝材の変質の抑制	⑩良好な熱伝導性を有すること	良好な熱伝導性を有することにより、ガラス固化体の発熱を外部に伝え、ガラス固化体の安定な形態を損なうような熱による変質を生じさせないこと 人工バリアの性能にかかわる熱移動、水分移動、核種移行、応力緩和などに関する性質に有意な影響を及ぼすような緩衝材の熱的な変質が生じないこと

## (1) オーバーパックにおける性能保証項目

オーバーパックに関しては、ガラス固化体封入時より性能を要求されること、埋め戻し前後において性能保証項目が変化することから時間を軸とした段階を、「操業中～埋め戻し」及び「埋め戻し後」と設定した。また、オーバーパックの寿命が終了し腐食等により破損した後についても人工バリアの機能を向上させるものとして要求される性能があることから、「オーバーパック破損後」も時間を軸とした段階に含めるものとした。表に示したように、「操業中～埋め戻し」では、操業中における作業員等への安全確保や廃棄体の確実な定置に必要となるものとして、ガラス固化体を健全な形で内包し放射線核種の外部への漏えいを防止することや作業員への放射線防護の観点からの放射線を遮へいすることが役割となる。「埋め戻し後」では、処分場の長期的安全性を確保するために必要となるものとして、放射線核種の外部への漏えいを防止しガラス固化体を外部から隔離すること、腐食への影響として地下水の放射線分解に対する配慮が役割となる。「オーバーパックの破損後」では、性能評価上必ずしも必要とされていないが、人工バリアの機能をさらに向上させるものとして、オーバーパック自らの腐食によるガラス固化体周囲の還元的環境維持が役割となる。また、これらの役割に対して、それぞれの時間軸においてどのような観点からの技術的な確認が必要になるのかを基準のポイントとして示した。

オーバーパックに対する処分場における時間軸の段階とこの段階に対応する性能保証項目として抽出した結果を表 3.1-5 に示す。

## (2) 緩衝材における性能保証項目

緩衝材に関しては、廃棄体定置時以降より性能を要求されること、埋め戻し前後において緩衝材の膨潤状態を考慮することにより性能保証項目が変化することから、時間を軸とした段階を「廃棄体定置時～埋め戻し」、「埋め戻し」および「緩衝材膨潤中～膨潤後」と設定した。「廃棄体定置時～埋め戻し」では、廃棄体の定置前後において必要となるものとして、廃棄体を確実に内包・支持することが役割となる。「埋め戻し」では、作業員の安全確保に必要なものとして、放射線防護の観点から放射線を遮へいすることが役割となる。「緩衝材膨潤中～膨潤後」では、処分場の長期的安全性を確保するために必要になるものとして、オーバーパックの腐食寿命に適する環境を維持すること、放射性核種の移行を抑制することおよび岩盤を保護することが役割となる。また、これらの役割に対して、それぞれの時間軸においてどのような観点からの技術的な確認が必要になるのかを基準のポイントとして示した。特に、「放射性核種の移行を抑制する」の役割に対しては、緩衝材に対する力学的、水理学的および化学的な観点からそれぞれに関する基準のポイントが設定される。

緩衝材に対する処分場における時間軸の段階とこの段階に対応する性能保証項目として抽出した結果を表 3.1-6 に示す。

表 3.1-5 オーバーパックに係わる性能保証項目

処分場における時間軸	何を性能保証するか（性能保証項目）	
	役割	基準のポイント
作業中～埋め戻し	ガラス固化体を内包し外部から隔離する（埋設前）	内空寸法は固化体キャニスタに適切なものであること （過大・過小でない・封入作業に影響を与えない・搬送時固化体に機械的損傷を与えない等） 気密性を有し、それを確認すること 運搬時、埋設時、事故時、気密性を損なわれないよう、運搬時の荷重に対して十分な強度を有すること
	放射線管理のため、ガラス固化体の放射線を遮蔽する	オーバーパックと作業設備を組み合わせて適切な遮蔽をすること （オーバーパック単独で遮蔽すると厚さが必要以上に厚くなる）
埋め戻し後	ガラス固化体を内包し外部から隔離する	埋設後（緩衝材膨潤前）、水密性を損なわれないよう埋設後の荷重に対してオーバーパック寿命期間中の腐食量を考慮した上で十分な耐圧性を有すること 地震時、水密性を損なわれないよう埋設後の荷重に対して十分な強度を有すること(*)
	放射線遮蔽（地下水の放射線分解等の防止）	腐食に対して所定の期間、水密性を維持するため、地下環境条件において必要な腐食寿命を有すること 放射線による影響（地下水の放射線分解により発生する酸化性化学種のオーバーパックの腐食への影響等）を与えないよう、適切な遮蔽を考慮すること
オーバーパック破損後	ガラス固化体周りに放射性物質が溶けにくい環境を作る	ガラス固化体周りに還元性環境を作る

(\*)：整理表では別表とした項目

表 3.1-6 緩衝材に係わる性能保証項目

処分場における時間軸	何を性能保証するか (性能保証項目)		
	役割	基準のポイント	
廃棄体定置時～埋め戻し	廃棄体を内包する(*)		
	廃棄体を支持する	廃棄体からの荷重に対して有意な影響を受けないこと(*)	
埋め戻し	廃棄体からの放射線を遮蔽する	廃棄体からの放射線に配慮されていること	
緩衝材膨潤中～膨潤後	オーバーパックが所定の寿命を達成できる環境を維持する	顕著な不均一腐食を生じない環境を維持するとともに還元性環境を維持すること 微生物などによる顕著な腐食速度の増加が生じない環境を維持すること	
	放射性核種の移行を抑制する	水みちが形成されず、緩衝材厚さが一定以上減少しないこと	廃棄体を支持するとともに緩衝材の顕著な厚みの減少を防止すること
			地震で有意な影響を受けないこと(*)
			十分な膨潤能力 (応力、ひずみ) を有すること
			膨潤能力、力学特性が劣化しないこと、あるいは劣化評価が可能なこと
			施工時のすき間を吸収すること
			腐食膨張によるせん断応力で有意な影響を受けないこと
			緩衝材が破壊しない十分な変形能を有すること(*)
			ガス発生により有意な影響を受けないこと
			岩盤クリープで有意な影響を受けないこと
	地下水の移動を抑制すること	低透水性であること 緩衝材の密度を十分な範囲に維持すること 特性が著しく劣化しないことあるいは劣化評価が可能なこと	
	地下水化学の変動を緩和すること	化学的緩衝性を有すること 特性が著しく劣化しないことあるいは劣化評価が可能なこと	
	核種のコロイドをろ過すること		
溶解した核種の移行を遅延すること	収着性を有すること 特性が著しく劣化しないこと、あるいは劣化評価が可能なこと		
岩盤を保護する	岩盤が破壊して水みちが形成されないこと		

(\*) : 整理表では別表とした項目

3.2 性能保証項目に対する評価方法・評価に用いるデータベース等及び課題の整理

前項 3.1 で示した性能保証項目が、具体的にどのように保証されるかを整理した。具体的に示される内容は、例えば構成要素に対する設計段階における性能保証するための評価方法や評価に用いるデータベース、建設・施工における品質管理内容、モニタリングによる測定項目・方法等になるものと考えられる。実際には、性能保証項目について、設計、製作・建設・施工、モニタリング等における評価・管理だけでは、長期にわたる性能保証を評価することができないことも十分考えられる。これらについては、処分場としての長期的安全性を確保するために、安全評価を実施することになる。表 3.2-1 に、処分場における時間の経過を縦軸、設計・建設等の工程の流れを横軸として、具体的な保証方法等に関する整理表の概念を示す。本資料では、表 3.2-1 の太枠で示した設計段階における検討を実施した。

この整理表の検討では、表 3.1-1、表 3.1-2 で示した性能保証項目に対してどのような評価方法、データベースが必要となるかを可能なかぎり理想に近い評価内容として具体的に示した。ただし、設計段階において具体的な評価内容が出てこないもの、例えばオーバーパックの内空寸法等は実際の現地において寸法計測等を行えば済むような製作・施工時の品質管理的なものについては、他のものと別に示した。また、地層処分技術に関する研究における取り組みが明確ではないもの、例えばオーバーパック、緩衝材の両方の性能保証項目に出てくる耐震性能に関するものについても別に示した。

また、性能保証項目に対して理想的かつ具体的な評価内容が示されることから、その評価内容と現在までに取り組みが行われている評価内容や現在までの評価の考え方を比較することにより、その差が現状における課題と考えられる。現在までの取り組みとして「第 2 次取りまとめ」において示された評価内容として、今回示した評価内容との比較を行い、第 2 次取りまとめ以降における課題として抽出した。

表 3.2-1 処分場の長期安全性確保のための整理表の概念

工程、手順の流れ →

構成要素		ガラス固化体、オーバーパック、緩衝材、埋め戻し材、プラグ、支保工、アクセス・連絡・主要・処分の各坑道				
		設計	製作	建設・施工	モニタリング	安全評価
処分場における時間軸 ↓	Pre-closure ・操業 ・埋戻し	何を性能保証するか ↓ 設計の要件 ↓ どう保証するか ↓ <具体的な> ・担保方法、手法 ↓ ・現状での対応 ・課題 ↓ [個別研究項目]	何を品質管理するか ↓ ・品質管理対象 ・管理（計測）項目 ・管理（計測）方法、検査方法等 ↓ [個別研究項目]	何を施工管理するか ↓ ・施工管理対象 ・管理（計測）項目 ・管理（計測）方法、検査方法等 ↓ [個別研究項目]	何をモニタリングするか ↓ ・測定対象 ・測定項目 ・測定方法等 ↓ [個別研究項目]	左の欄に対して 1) 性能保証できる項目 ↓ 条件設定 2) 性能保証できない項目 ↓ 評価項目
	Post-closure ・埋戻し後 ・緩衝材不飽和 ・緩衝材飽和 ・核種移行					

## (1) オーバーパックにおける整理

オーバーパックについて行った具体的な評価方法や用いるデータベースの抽出結果、およびこれらの評価内容に関する第2次取りまとめとの比較により課題を抽出した結果を整理したものを表3.2-2～3に示す。

操業中～埋め戻しでは、オーバーパックの封入や地上・地下施設における運搬・埋設等に係わる性能保証項目となり、オーバーパックの気密性の確保、運搬・埋設・事故時に対する強度評価、搬送・定置の技術や作業員への放射線防護の観点からの遮へいの確保等について、設計要件や具体的な評価内容を示した。気密性の確保や搬送・定置技術については、ハードに係わる開発・実証試験や気密性の確保等のための安全規制の観点からの基準値の設定を第2次取りまとめ以降における課題とした。また、強度評価については、第2次取りまとめにおいて検討がされていないため、評価内容と同様の内容を課題とした。

埋め戻し後では、オーバーパックが地下環境にあることから地下水の存在や地下における荷重に係わる項目となり、荷重に対する強度評価や腐食に関するものを設計の要件や具体的な評価内容とした。これらについては、第2次取りまとめにおいても評価が実施されているが、腐食に関するものについては評価の信頼性向上のためのデータの拡充や評価手法の高度化等が課題となる。

オーバーパック破損後では、処分環境に係わる項目となり、オーバーパック材料に係わるものを評価内容とした。

## (2) 緩衝材における整理

オーバーパックと同様に、緩衝材について行った具体的な評価方法や用いるデータベースの抽出結果、およびこれらの評価内容に関する第2次取りまとめとの比較により課題を抽出した結果を整理したものを表3.2-4～7に示す。

廃棄体定置時～埋め戻しおよび埋め戻しでは、廃棄体の自重および放射線に係わる項目となり、自重の影響や放射線の遮へいに関する解析評価を評価内容とした。

緩衝材膨潤中～膨潤後では、オーバーパック寿命に係わる項目および放射性核種の移行抑制に係わる項目となり、物理的・化学的な性能の両者の観点から多数の保証項目がある。これらの項目に関して、長期的な健全性の観点より緩衝材自身の劣化・変質、岩盤・支保工の物理・化学的影響やオーバーパックの腐食による力学および発生ガスの影響などを含め、設計の要件や評価内容とした。ここで、基準のポイントにある「十分な膨潤能力（応力、ひずみ）を有すること」については、実際にどの位の膨潤能力が必要とされそれを定量化可能かどうか明瞭でないことから（第2次取りまとめの検討において定量的な能力は示されていない）、海外における考え方を調査した。特に、海水系地下水が存在する環境において、緩衝材の仕様に対してどのような考慮がなされているかの整理を試みた。調査の結果をまとめると、塩濃度の影響として緩衝材の密度を考慮する必要があるとし、影響が少ないと考えられる緩衝材の乾燥密度や塩濃度に対する乾燥密度値の設定を行っている。海外における考え方の調査結果は、添付資料に示した。

## (3) その他の整理

オーバーパックおよび緩衝材の性能保証項目の内、品質管理的なものや地震の影響に関

するものについては、前述のオーバーパックおよび緩衝材での整理表とは別として表 3.2-8 にまとめて示した。

表 3.2-2 オーバーパッキングの設計要件と課題の整理表 (1/2)

時期	役割	何を性能保証するか (基準の内容)	設計の要件	評価内容 (評価方法, データベース) (A)	現状 (B)		今後の課題 (C-A-B)
					どう保証するのか (方法, 解説)	第2次取りまとめでの取り扱い	
作業中 ～埋め戻し	ガラス固化体を内包し外部を隔離する (埋設前)	内空寸法は固化体キヤニスタに適切なものであること (過大・過小でない・封入作業に影響を与えない・搬送時固化体に機械的損傷を与えない等)	ガラス固化体の大きな空気を合わせ、ガラス固化体を挿入した後に蓋をすること	オーバーパッキング封入試験 (ガラス固化体の挿入, 蓋閉封入) および搬送・定置実験により確認する	内空寸法は固化体外径に片側5mm、蓋側に6mmのキヤニスタを考慮して設定した	今後の課題 (C-A-B) オーバーパッキング封入試験および搬送・定置実験により設定したキヤニスタが適切かどうかを確認する。	
		気密性を有し、それを確認すること	胴部と蓋部に気密性を實現できること	オーバーパッキング封入後、非破壊検査の実施 (超音波探傷/磁粉探傷) により、欠陥の有無を確認する またこれはこれに相当する試験の実施により、欠陥の有無を確認する	既存の遠隔溶接技術によりオーバーパッキングの封入は可能とされた 漏えい試験, またはこれに相当する試験により確認するものとした	・既存の遠隔溶接技術でも問題なく封入できることを非破壊試験等で確認する。 ・非破壊検査手法および溶接部の許容欠陥等に関する評価基準を設定する (許容欠陥の定量化)。 漏えい試験手法および評価基準を設定する。	
		運搬時, 埋設時, 事故時, 気密性を損なわれないうち、運搬時の荷重に耐えて十分な強度を有すること	運搬時, 埋設時, 事故時の荷重を想定して、これに耐える強度評価を実施すること	強度試験を実施して荷重に耐える強度を有することを確認する	運搬時の荷重による強度評価は実施せず	処分場設計までに強度試験を実施し、運搬時にかかる荷重に耐える強度を有することを確認する。	
	放射線管理のため、ガラス固化体の放射線を遮蔽する	オーバーパッキングと操業設備を組み合わせた状態で要求された状態を確保すること (オーバーパッキングの厚さを必要以上に厚くなる)	オーバーパッキングと操業設備を組み合わせた状態での遮蔽能力を確認する。	搬送機器・操業設備に遮蔽を考慮した概念設計を実施した	処分場設計までに搬送能力を決定する。		





表 3.2.5 緩衝材の設計要件と課題の整理表 (2/4)

時期	何を性能保証するか (基準の内容)	設計の要件	評価内容 (評価方法、データベース) (A)	現状(B) 第2次取りまとめでの取り扱い	今後の課題 (C=A-B)
緩衝材中 膨潤後	膨潤能力、力学特性が劣化しないこと、あるいは劣化評価が可能なこと	環境による特性評価が可能な劣化評価が可能な場合に見込まれる劣化を考慮した材料の仕様設定が行えること	環境条件 (地下水化学、温度等) や支保工 (セメント) による材料の変化に伴う膨潤能力、力学特性変化を、シナリオ、モデル、データをを用いて評価する。	シナリオに対する現状の知見を整理し、知見の不足している課題を抽出した。 ・定性的な議論により影響は少ないとされているが、より定量的な議論が必要である。 ・Ca型化についてはほぼ取得済み (TRU研究) ・セメント膨潤に関しては低アルカリセメントにより回避されるものと仮定した。	・鉄との反応に関するシナリオの明確化のために鉄-ベントナイト水熱試験を実施する。 ・コンクリート影響評価のためにスメクタイト溶解速度取得試験を実施する。 ・変質後材料の性能を定量化するために、二次飲物の同一のための熱力学の考察、変質加速試験、ナチュラル・アナログを実施する。 ・時空間変化解析手法の確立のために連成コードを開発する。 ・各変質シナリオに対応した変質生成物の性能データ取得のために変質試験に対する膨潤試験、力学特性試験を実施する。
	膨潤時のすき間を吸収すること	緩衝材の仕様設定において、すき間を膨潤能力に設定すること	・緩衝材がその膨潤性能により施工時のすき間をシミュレーションにより確認すること ・すき間の存在は核種移行挙動に影響を与えないことを実験により示す。 ・すき間充填 (閉塞) の過程を大変形モデルにより評価する。	・緩衝材のすき間を操業の観点から設定 (外側4cm、内側2cm) し、膨潤により閉塞すると仮定した。 ・透水試験 (1.8, 1.6ケイ砂) 結果では、圧着したブロックの継ぎ目部はブロックとほぼ同様の止水性能を持つ。	・すき間が充填されることを示すため、すき間、密度、膨潤試験 (蒸留水、人工海水) をパラメータとしたすき間膨潤試験を実施する。 ・これらを取りまとめた、すき間充填データベースを構築する。 ・すき間を埋める大変形モデルを開発する。 ・すき間充填部の止水性能のデータ拡充のため、透水試験を実施する。
	膨潤によるすき間を吸収すること	設定されたすき間を満足した施工が可能であることを確認すること	実環境または模擬環境において設置位置を用いた試験により確認されたすき間寸法で緩衝材ブロックを施工可能であることを確認すること	・緩衝材のすき間を操業の観点から設定 (外側4cm、内側2cm) し、膨潤により閉塞すると仮定した。 ・透水試験 (1.8, 1.6ケイ砂) 結果では、圧着したブロックの継ぎ目部はブロックとほぼ同様の止水性能を持つ。	・設定されたすき間寸法に対して、設置装置の機構・精度の検討による実現可能性を検討する。 ・実環境または模擬環境における設置装置を用いた試験を実施する。
	膨潤によるすき間を吸収すること	膨潤によるすき間を吸収すること	腐食膨張によるせん断応力を受け、かつ緩衝材厚さが一定以上減少しないこと	・腐食膨張率等は、文献並びに仮定値に基づき保守的に設定する ・膨張率を定量化するとともに、信頼性の高いクリュープモデルを用いて評価する。	・腐食加速試験により腐食膨張率を設定し、腐食生成物の物性値を取得する。 ・非排水せん断クリュープ破壊又は非排水せん断クリュープ変位速度増大に着目したクリュープ荷重試験などを通じて現象把握する。 ・実験結果との比較検討によりモデルの妥当性を示し、クリュープモデルを構築する。 ・構築されたモデルを適用する。
	膨潤によるすき間を吸収すること	膨潤によるすき間を吸収すること	膨潤によるすき間を吸収すること	・緩衝材を対象とした実験により現象を大まかに把握したが、データ数が少なく、データ自体のパラッキが存在している。 ・岩盤に関するデータは未取得。 ・既存の二相流モデルによりガスの発生を概略的に評価した。	・緩衝材および岩盤を対象として、温度、背圧、密度、ケイ砂混合率などをパラメータとしたガス移行試験によりデータ拡充する。 ・緩衝材および岩盤ならびにこれらを複合した系でのガス移行モデルを構築する。

\*支保工の劣化に伴う力学的影響は別途検討が必要

表 3.2-6 緩衝材の設計要件と課題の整理表 (3/4)

時期	役割	何を性能保証するか (基準の内容)		設計の要件	評価内容 (評価方法、データベース) (A)	現状 (B)		今後の課題 (C=A-B)
		標準のポインタ	基準のポインタ			第2次取りまとめでの取り扱い		
緩衝材膨潤中～膨潤後	放射性核種の移行を抑制する	緩衝材の密度を十分に維持すること	緩衝材の仕様設定においては、緩衝材の処分孔外への流出量(はらみみ出し、流出)の劣化を考慮すること(*)	長期にわたる緩衝材のはらみ出し量、流出量、支保の劣化量および支保工の劣化に関する信頼性の高いモデルにより評価する。	・はらみだし量は等価線形モデルにより評価している。 ・流出量は降水系地下水条件下における実験データを基に、拡散モデルでモデル化した。 ・支保工の劣化は評価していない。	・埋め戻し材との相互作用を考慮した、室内および原位試験を実施する。 ・はらみ出し、流出を評価するために、地下水条件、亀裂幅、密度、ケイ砂混合率をパラメータとした室内試験等によりデータの拡充および粘性係数、密度分布等のデータ取得を実施する。 ・長期の緩衝材はらみだし量、流出量、支保工の劣化量を評価するために、基本モデルを構築する		
		地下水の移動を抑制すること	透水性が低いこと	緩衝材の透水性を実験的に定量化する。	・降水系地下水条件下でのデータを基に関係式を一般化した。 ・滲水系や温度条件を考慮したデータは不十分である。	・塩濃度、密度、温度、ケイ砂混合率などを考慮したデータを取得するとともに、各パラメータとの相関関係を一般化する。		
		化学的緩衝性を有すること	透水性が著しく劣化しないこと あるいは劣化は評価可能なこと	環境条件(地下水化学、温度等)や支保工(セメント)による材料の変化とそれに伴う水理特性の変化を用いて評価する。	・シナリオに対する現状の知見を整理し、知見の不足している課題を抽出した。 ・定性的な議論により影響は少ないとしているが、より定量的な議論が必要である。 ・Ca型化についてはほぼ取得済み。(TRU研究)	・鉄との反応に関するシナリオの明確化のために鉄-ベントナイト水熱試験を実施する。 ・セメント影響評価のためにスメクタイト溶解速度取得試験を実施する。 ・変質後材料の性能を定量化するために、二次鉱物の同一の熱力学的考察、変質加速試験、ナチュラル・アナログを実施する。 ・時空間変化解析手法の確立のために連成コードを開発する。 ・各変質シナリオに対応した変質生成物の性能データ取得のために変質試験料に対する水理特性試験を実施する。		
		地下水化学の変動を緩和すること	緩衝材中の間隙水化学の変化を評価すること	緩衝材中の地下水化学の変化を、シナリオ、モデル、データを用いて評価する。	・ボククス平衡反応モデルにより間隙水化学を評価した。 ・シナリオに対する現状の知見を整理し、知見の不足している課題を抽出する。 ・定性的な議論により影響は少ないとしているが、より定量的な議論が必要である。 ・Ca型化についてはほぼ取得済み。(TRU研究)	・物質移行-地球化学連成により間隙水化学を評価し、ナチュラル・アナログの活用を実施する。 ・セメントの影響を評価する。 ・鉄との反応に関するシナリオの明確化のために鉄-ベントナイト水熱試験を実施する。 ・セメント影響評価のためにスメクタイト溶解速度取得試験を実施する。 ・変質後材料の性能を定量化するために、二次鉱物の同一の熱力学的考察、変質加速試験、ナチュラル・アナログを実施する。 ・時空間変化解析手法の確立のために連成コードを開発する。 ・変質試験料に対する地球化学データベースを整備する。		

\*ここで考える支保の劣化とは、緩衝材の密度減少に関連する支保工の体積変化に係わる事項

表 3.2-7 緩衝材の設計要件と課題の整理表 (4/4)

時期	何を性能保証するか (基準の内容)		どう保証するか (方法、解説)		現状 (B) 第2次取りまとめでの 取り扱い	今後の課題 (C=A-B)
	役割	基準のポイント	設計の要件	評価内容 (評価方法、データベース) (A)		
緩衝材中 膨潤 後	放射線核 種の移行 を抑制す る	核種のコロロイドをろ過すること	緩衝材の仕様設定において、有効粘土密度をコロロイドろ過に十分なものとする	コロロイドのろ過を実験的に確認する。	金コロロイド (15nm) や微生物のろ過を確認した。	・緩衝材仕様とコロロイドのろ過効果との詳細な関係を把握する。
		溶解した核種の移行を遅延すること	緩衝材の化学的変化がコロロイドのろ過性能に影響を与えないこと	緩衝材の核種の収着性能を、信頼性の高いデータベース (*) およびモデルにより評価する。	コロロイドろ過性能に対する緩衝材の変質の影響は検討していない。	・緩衝材の変質とコロロイドのろ過効果との詳細な関係を把握する。
緩衝材膨潤 後	放射線核 種の移行 を抑制す る	収着性を有すること	収着性能をもつ粘土鉱物を含有していること	緩衝材の核種の収着性能を、信頼性の高いデータベース (*) およびモデルにより評価する。	緩衝材に対応する収着分配係数データベースを開発した。	・信頼性の高い収着分配係数データを拡充する。 ・核種の収着メカニズム (イオン交換、表面錯体、共沈等) を解明し、基本定数を整備する。
		特性が著しく劣化しないことと、劣化しない可能性があること	環境や支保工材料による劣化が可能なこと	・オーバパッキング腐食生成物の影響 (Fe型化、クロライト化等) を、モデルおよびデータベースにより評価する。 ・普通セメントの影響 (GSH化、イライト化、ゼオライト化等) を、モデルおよびデータベースにより評価する。	・シナリオに対する現状の知見を整理し、知見の不足している課題を抽出した。 ・定性的な議論により影響は少ないとされているが、より定量的な議論が必要である。 ・Ca型化についてはほぼ取得済み。(TRU研究)	・鉄との反応に関するシナリオの明確化のために鉄-ベン トナリト水熱試験を実施する。 ・セメント影響評価のためにメスマイクメタイト溶解速度取得試験を実施する。 ・変質後材料の性能を定量化するために、二次鉱物の同定のための熱力学的考察、変質加速試験、ナチュラル・アナログを実施する。 ・時空間変化解析手法の確立のために連成コードを開発する。 ・各変質シナリオに対応した変質生成物の性能データ取得のために変質試験料に対する核種収着、拡散試験を実施する。 ・変質試験料に対する核種移行データベースを整備する。
緩衝材膨潤 後	岩盤を保護する	岩盤が破壊して水みちが形成されないこと	ニアフェイユールドの応力場を評価すること	・オーバパッキングの腐食膨張を考慮した緩衝材反力によりEDZが広がる範囲、程度および岩盤が破壊しないことを定量化する。	・岩盤クリップを考慮した0/P腐食膨張解析 (修正Cam-Clayモデル) を実施し、緩衝材内部の応力を評価した。 ・腐食生成物の物性として保守的な値を設定している。	・腐食生成物の物性データ (膨張率、弾性係数等) 取得のために腐食試験を実施する。 ・緩衝材反力を考慮した岩盤のEDZの広がりを定量化するために岩盤及び緩衝材クリップモデルを開発する。
		標準化された手法を用いて得られたデータが望ましい				

表 3.2-8 その他のオーバーパックとその他のオーバーバックと緩衝材の設計要件と課題の整理表

時期	何を性能保証するか (基準の内容)		設計の要件	(評価方法, データベース) (A)	現状 (B) 第2次取りまとめでの 取り扱い	今後の課題 (C=A-B)
	緩衝材の役割	基準のポイント (緩衝材)				
オーバーバック	ガラス固化体を内包し外部から隔離する	地震時、水密性を損なわれないよう埋設後の荷重に対して十分な強度を有すること	地震時の荷重を考慮して、これに対する強度評価を実施すること	強度試験を実施して荷重に対して十分な強度を有することを確認する	地震時荷重による強度評価は実施していない。	処分場設計までに強度試験を実施し、地震時にかかる荷重に対して十分な強度を有することを確認する。
廃棄体 定置時 ～埋め 戻し	廃棄体を内包すること	O/Pの大きさを合わせた空間を設けておき、そのO/Pを挿入、その後蓋をすること 工ができて	O/Pの大きさを合わせた空間を設けておき、そのO/Pを挿入、その後蓋をすること	緩衝材およびO/Pを破損せず、確実に定置できることを実証する。	O/Pの外寸法に施工に必要なすき間を加えたものを、施工時の緩衝材の内寸法としている。	・O/Pおよび緩衝材の定置技術（精度、位置決め等）を考慮したすき間の設定のためハンズドリリング試験を実施する。 ・すき間の設定と、緩衝材の自己シール特性との整合を確認する。
				廃棄体からの自重に対して有意な影響を受けないこと	緩衝材不飽和状態における地震時挙動を評価する。	・不飽和緩衝材に関する検討は未実施である。
緩衝材 膨潤中 ～膨潤 後	放射線核種の移行を抑制する	水みちがれ形成されず、緩衝材厚さが一定以上ないこと	地震により自己膨潤を生じた液状化による崩壊が沈下しないこと	動的な緩衝材の特性を基として地震の影響を定量的に評価する。	・地震応答解析コード/モデルを開発動的力学試験を基にR/Oモデルでモデル化し、解析を実施し	・モデルの妥当性を評価するために、室内試験および工学規模試験等で確認する。
				緩衝材が破壊しないこと 十分な変形能を有すること	緩衝材のせん断応答挙動に関する限界維持性能を評価する。	・未検討である。

#### 4. 安全基準・指針（案）の想定と性能保証項目との位置付けの整理

3.において、性能保証項目の抽出、性能保証項目に対する評価方法および今後の課題を抽出し、整理表としてまとめた。ここでは、抽出した性能保証項目が、今後国により策定される安全基準・指針に対しての位置付けを明確とするための検討を実施した。この作業により、性能保証項目に対する第2次取りまとめ以降における課題が抽出されていることから、これらの課題と安全基準・指針との位置付けが明確となる。これらの課題とサイクル機構で現在取り組んでいる研究開発とを対比させることにより、サイクル機構における取り組みが安全基準・指針の策定においてどのように反映されるのか、その位置付けが明確になるものと思われる。

しかしながら、安全基準・指針等については今後国により策定される予定であり、具体的にどのようなものとなるかは決まっていない。そのため、本検討を実施するために、現状の地層処分や放射性廃棄物等に関連する公開資料や報告書などを参考として、安全基準・指針等（案）の項目を想定した。この想定した安全基準・指針（案）に対して3.で整理した性能保証項目等との位置付けを整理した。

##### 4.1 安全基準・指針（案）の想定の考え方と想定における参考資料

「安全規制の基本的考え方」では、今後国が事業の進展に合わせて安全の確認を適切に行われるように、安全審査基本指針、安全審査指針および技術基準を策定していくことが示されている。安全審査基本指針とは、処分場の設計要件、安全評価に係る安全指標とその基準値、安全評価シナリオ等を定めるものであり、安全審査指針とは安全研究等によって得られる新しい知見を基本指針へ適宜取り入れて定めるものとしている。策定の時期としては、安全審査基本指針が実施主体による精密調査地区選定開始時期までに、安全審査指針が処分場の安全審査開始前までとされている。また、技術基準とは、処分場の建設段階から事業廃止までの各段階で国が確認すべき事項を定めた技術上の基準であるとしており、安全研究等によって得られる新しい知見を取り入れ適宜見直していくこととしている。策定の時期としては、実施主体による最終処分施設建設地選定がなされるまでとされている。

このように、安全規制に係わるものとしては、安全審査（基本）指針、技術基準があるが、本検討では、特に安全指針と技術基準を区別することはせず、安全基準・指針（案）として想定を試みることにする。

また、以下に示す公開資料・報告書等を安全基準・指針（案）想定のための参考資料とした。

- ・ 「わが国における高レベル放射性廃棄物地層処分の技術的信頼性」（核燃料サイクル開発機構、1999b）
- ・ 「最終処分法」（官報、2000a）
- ・ 「安全規制の基本的考え方」（原子力安全委員会、2000a）
- ・ 「概要調査地区選定時に考慮すべき地質環境に関する基本的考え方」（土木学会、2001）
- ・ 「高レベル放射性廃棄物処分の概要調査地区選定段階において考慮すべき環境要件について」（原子力安全委員会、2002）
- ・ 「放射性廃棄物安全研究年次計画（平成13年度～平成17年度）」（原子力安全委員会、



第2次取りまとめ

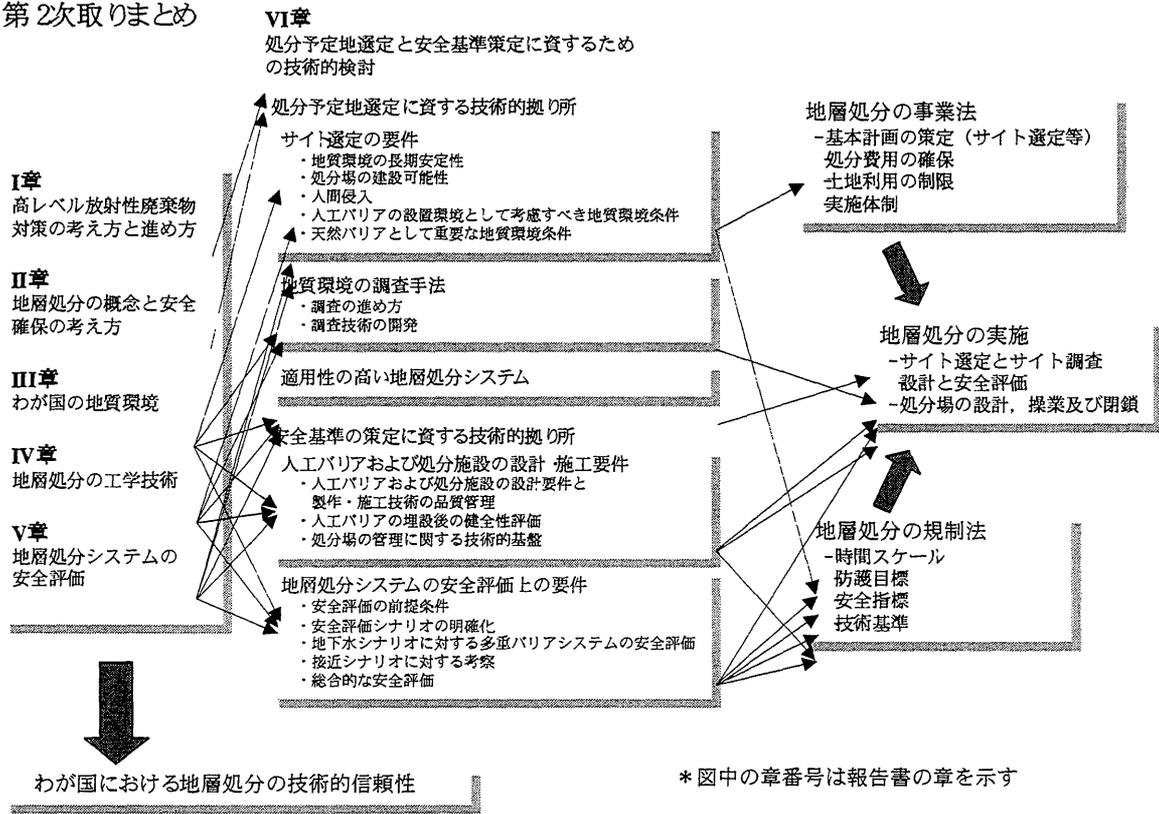


図 4.1-1 地層処分の事業化に向けた研究開発成果の反映（サイクル機構、1999）

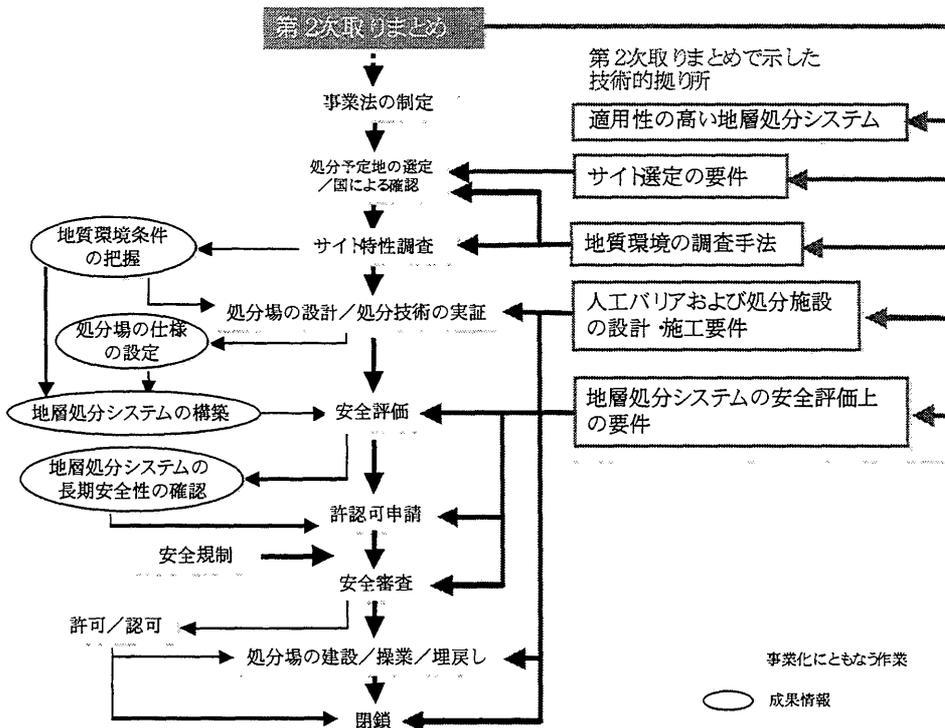


図 4.1-2 地層処分事業の展開と技術的拠り所（サイクル機構、1999）

(2) 「最終処分法」における記述

本法律では、詳細な安全規制に係わる記述はなく、別に法律で定められるものとしている。ただし、概要調査地区、精密調査地区、最終処分施設についての定義と選定に係る調査事項等が定められており、これらは何らかの形で規制に反映されるものと思われる。例えば概要調査地区の選定においては、過去に発生した地震等の自然現象に関する事項、活断層がある場合にはその概要に関する事項、その他国の省令で定めた事項について、文献調査を行うことを規定しており、これらの関連項目の根拠として安全規制等が策定されていくものと考えられる。

ここで、本法律の内容について、地区選定に係わる調査事項及び地区選定における確認事項を基として選定段階毎に表 4.1-2 のように整理した。

(3) 「安全規制の基本的考え方」における記述

本報告書では、処分候補地、処分予定地及び処分地の選定、並びに操業の開始という処分事業の段階的な進展に伴い、安全審査、安全設計等に係る具体的な安全基準・指針等を順次策定することが必要であるとし、具体的な安全基準・指針等に関する策定スケジュールについても図 1-1 のように示している。同報告書においては、安全確保のための対策（サイト選定、工学的対策）ならびに安全評価等による安全確認を講じることが必要であるとしている。ここで安全評価においては、適切なシナリオを仮定し、一般公衆が放射性物質から受けると想定される線量を評価し、定められた放射線防護レベルを超えることがないことを確認することが基本であるとしている。また、ここでは処分事業の展開スケジュールに応じて、各段階に対応した安全確保方策を講じることが必要であるとして、その基本的な安全確保の方策、基本的な考え方が示されている。

ここで、同報告書において記述されている立地段階、事業許可申請、建設・操業・閉鎖段階、管理段階～事業廃止の各段階に対しての基本的な安全確保の方策、基本的な考え方を基として、表 4.1-3 のように整理した。

(4) 「概要調査地区選定時に考慮すべき地質環境に関する基本的考え方」（土木学会、2001年）における記述

本取りまとめでは、処分地の選定を念頭に置き、概要調査地区選定に関する要件、あるいは設計・施工、性能評価上好ましい条件を、科学的・技術的根拠に基づき具体的な形で提示している。これらについて、地質環境に関するものとして安全基準・指針類の項目に関連するものとする。

ここで、同取りまとめにおいて考慮すべき要件として記述されているものを表 4.1-4 のように整理した。

表 4.1-2 「最終処分法」における地区選定に係わる調査事項及び確認事項を基とした整理

建設地の選定	地区の選定	精密調査	精密調査地区	概要調査地区
<p>その他省令で定める事項</p> <p>対象地層内にある地下水又はその水流が地下施設の機能に障害を及ぼすおそれがないと見込まれること</p> <p>その他対象地層の化学的性質が最終処分施設の設置に適していることと見込まれること</p> <p>地下施設が対象地層内において異常な腐食作用を受けるおそれがないと見込まれること</p> <p>その他対象地層の物理的性質が最終処分施設の設置に適していることと見込まれること</p> <p>地下施設が対象地層内において異常な圧力を受けるおそれがないと見込まれること</p>	<p>その他省令で定める事項</p> <p>必要な測定及び試験を行う施設で政令で定めるものを設けることにより、地層の物理的及び化学的性質を調査</p> <p>対象地層内に地下水の水流があるときは、その詳細に関する事項</p> <p>対象地層内の水素イオン濃度その他の対象地層の化学的性質に関する事項</p> <p>対象地層を構成する岩石の強度その他の対象地層の物理的性質に関する事項</p>	<p>その他省令で定める事項</p> <p>当該対象地層内に活断層、破碎帯又は地下水の水流があるときは、これらが坑道その他の地下施設に悪影響を及ぼすおそれがないと見込まれること</p> <p>当該対象地層等が坑道の掘削に支障のないものであること</p> <p>当該対象地層等において、地震等の自然現象による地層の著しい変動が長期間生じていない</p>	<p>その他省令で定める事項</p> <p>ボーリングの実施その他政令で定める方法により、地下水の状況その他の事項を調査</p> <p>対象地層内に破碎帯又は地下水の水流があるときは、その概要に関する事項</p> <p>対象地層内に活断層があるときは、その詳細に関する事項</p> <p>対象地層を構成する岩石の種類及び性状に関する事項</p> <p>対象地層等における地震等の自然現象による対象地層等の変動に関する事項</p>	<p>その他省令で定める事項</p> <p>文献調査対象地区において、将来にわたって、地震等の自然現象による地層の著しい変動が生ずるおそれがないと見込まれること</p> <p>文献調査対象地区において、地震等の自然現象による地層の著しい変動の記録がないこと</p> <p>その他省令で定める事項</p> <p>活断層があるときは、その概要に関する事項</p> <p>過去に発生した地震等の自然現象に関する事項</p>

表 4.1-3 「安全規制の基本的考え方」における安全確保の方策及び基本的な考え方を基とした整理

立地段階	処分地に要求される環境要件	その他（自然環境・社会環境等）における安全確保の確認に関する事項
		鉱物資源の賦存に関する事項
		火山・火成活動に関する事項
		断層に関する事項
事業許可申請	安全評価	評価モデルやパラメータに関する不確実性に配慮した指標に関する事項
		安全評価のための指標及び基準値に関する事項
	評価モデル及びパラメータ	地質環境等評価モデル・パラメータ設定に関する事項
		人工バリアの評価モデル・パラメータ設定に関する事項
建設段階	建設段階の安全確認	処分場を構成する施設、設備等の製作・施工の安全設計の確認に関する事項
		処分場を構成する施設、設備等の製作・施工の検査に関する事項
		処分場を構成する施設、設備等の規格・基準に関する事項
		処分場を構成する施設、設備等の製作・施工の品質管理、品質保証に関する事項
操業段階	操業段階の安全確認	処分坑道への高レベル廃棄物の定置における保安措置及び安全確保の確認に関する事項
		オーバーパッキング封入時点における保安措置及び安全確保の確認に関する事項
		ガラス固化体の受け入れ時点における保安措置及び安全確保の確認に関する事項
		処分坑道埋め戻し時の保安措置及び安全確保に関する事項
閉鎖段階	閉鎖段階の安全確認	処分場の閉鎖の際における安全評価に関する事項
		回収の可能性の維持に関する事項
		地下施設の閉鎖，地上施設の解体・撤去措置等における保安措置及び安全確保の確認に関する事項
		管理段階における安全確保の確認に関する事項
管理段階／事業廃止	管理段階／事業廃止時の安全確認	事業廃止段階における保安措置及び安全確保の確認に関する事項
		管理段階における安全確保の確認に関する事項

表 4.1-4 土木学会取りまとめでの概要調査地区選定時における考慮すべき要件に関する整理

概要調査地区の選定地	
施工上の安全性 の観点からの項目	大 性 が ある が 、 坑 道 の 崩 壊 等 に よ り 建 設 に 影 響 を 及 ぼ す 可 能 で 、 概 要 調 査 地 区 選 定 に 関 す る 要 件 と し な い
	山 は 、 坑 道 掘 削 に 影 響 を 及 ぼ す 可 能 性 が あ る が 、 技 術 的 に 関 す る 要 件 と し な い
	能 性 が あ る が 、 適 切 な 対 策 を 施 す こ と に よ り 安 全 性 の 確 保 が 可 能 と 考 え ら れ る の で 、 概 要 調 査 地 区 選 定 に 関 す る 要 件 と し な い
多重バリエーション の観点からの項目	膨 張 性 地 山 は 、 坑 道 掘 削 に 影 響 を 及 ぼ す 可 能 性 が あ る が 技 術 的 に 関 す る 要 件 と し な い
	泥 火 山 が 発 生 す と 予 想 さ れ る 地 域 に つ い て は 、 施 工 及 び 、 性 能 評 価 か ら 除 外 す る こ と
	著 し く 酸 化 的 な 環 境 と 、 著 し く 酸 性 も し く は ア ル カ リ 性 の 地 下 水 や 熱 水 が 支 配 的 に 分 布 す る 地 域 の う ち 、 処 分 シ ス テ ム に 対 し て 著 し い 影 響 を 及 ぼ す と 判 断 さ れ る 箇 所 は 、 対 象 か ら 除 外 す る こ と
処分場の建設 可能性の観点からの項目	高 い 透 水 性 が 予 想 さ れ る 岩 体 、 大 き な 動 水 勾 配 が 予 想 さ れ る 、 シ ス テ ム に 著 し く 影 響 を 及 ぼ す と 判 断 さ れ る 場 合 に は 、 対 象 か ら 除 外 す る こ と
	地 質 構 造 線 の 大 規 模 な 破 砕 帯 を 伴 う 断 層 、 第 四 紀 火 成 岩 は 、 明 ら か に 透 水 性 が 著 し く 高 い こ と が 予 想 さ れ る の で 、 対 象 か ら 除 外 す る こ と
	第 四 紀 堆 積 層 の う ち 未 固 結 な も の 以 外 で あ つ て も 、 明 ら か に 施 工 が 不 可 能 と 判 断 で き る 岩 体 は 、 地 下 施 設 の 設 置 対 象 か ら 除 外 す る こ と
人間侵入の観点 からの項目	第 四 紀 堆 積 層 の う ち 未 固 結 な も の は 、 地 下 施 設 の 設 置 対 象 か ら 除 外 す る こ と
	地 層 処 分 に 適 した 岩 質 を 有 す る も の 、 岩 体 （ 単 軸 あ る は 複 軸 合 体 し た 岩 体 ） の 規 模 が 、 処 分 パ ネ ル 等 の 地 下 施 設 を 収 納 し 得 な い 形 状 ・ 規 模 で あ る 岩 体 は 、 概 要 調 査 地 区 選 定 に お い て 除 外 す る こ と
	現 在 採 掘 あ る は 開 発 の 計 画 の あ る 資 源 が 分 布 す る 地 域 は 、 対 象 か ら 除 外 す る こ と
地質環境の長期 安定性の観点からの項目	概 要 調 査 地 区 選 定 に あ た つ て は 、 気 候 変 動 ・ 海 水 準 変 動 が 地 層 処 分 に 及 ぼ す 影 響 に つ い て 考 慮 し な い
	概 要 調 査 地 区 選 定 に あ た つ て は 、 沈 降 が 地 層 処 分 に 及 ぼ す 影 響 に つ い て 考 慮 し な い
	隆 起 侵 食 に つ い て は 、 概 要 調 査 地 区 選 定 に 関 す る 要 件 と し な い
	断 層 活 動 に よ る 周 辺 岩 盤 へ の 力 学 的 ・ 水 理 学 的 影 響 を 、 活 断 層 か ら 両 側 2 k m 程 度 の 範 囲 を 目 安 と し て 検 討 し 、 著 し い 影 響 が あ る と 判 断 さ れ る 場 合 に は 、 影 響 の 範 囲 を 対 象 か ら 除 外 す る こ と
	断 層 活 動 に よ る 処 分 施 設 の 直 接 的 破 壊 を 避 け る た め に は 、 活 断 層 を 除 外 す る こ と
	概 要 調 査 地 区 選 定 に あ た つ て は 、 地 震 活 動 が 地 層 処 分 に 及 ぼ す 影 響 に つ い て 特 に 考 慮 す る 必 要 は な い
	火 成 活 動 に よ る 周 辺 へ の 熱 ・ 熱 水 の 影 響 に つ い て は 、 個 々 の 第 四 紀 火 山 の 活 動 中 心 か ら 2 0 k m 程 度 の 範 囲 を 目 安 と し て 、 著 し い 影 響 の 及 ぶ 範 囲 を 特 定 し 、 そ の 範 囲 を 考 慮 し た 上 で 、 火 山 地 域 と 影 響 範 囲 を 併 せ た 除 外 範 囲 を 検 討 す る こ と
火 成 活 動 に よ る 処 分 施 設 の 直 接 的 破 壊 を 避 け る た め に は 、 火 山 地 域 を 除 外 す る こ と	

(5) 「高レベル放射性廃棄物処分の概要調査地区選定段階において考慮すべき環境要件について」(原子力安全委員会、2002)における記述

本取りまとめでは、概要調査地区選定段階における考慮すべき環境要件の考え方が示され、この段階ではその後の調査によって詳細情報が得られることから、実際に概要調査するまでもなく処分地に適さないことが明らかな環境要件を示すことが適切であるとしている。そして、この考え方を基に、「安全規制の基本的考え方」、「最終処分法」を踏まえ、また、「第2次取りまとめ」等を参考に、隆起・沈降・侵食・地震・断層活動、火山・火成活動、鉱物資源の賦存、岩盤の特性などについて、「概要調査地区選定段階において考慮すべき環境要件」を検討している。これらは、前述(5)と同様に地質環境に関するものとして安全基準・指針類の項目に関連するものと考えられる。

ここで、同取りまとめにおいて示されている環境要件について表 4.15 のように整理した。

表 4.1-5 概要調査地区選定段階において考慮すべき環境要件

階概 に要 きお調 環い査 境て地 要件考 区 件 慮 す 定 す べ 段					
がも地み対 た質て象 文ら環、地 献す境処 調おに分の 査そ対場隆 でれし及起 明が著び・ らあしそ侵 かるいの食 なこ変周量 地と動辺か 域をのら	か層こ処 なのとが 地存が施 域在困設 が、と合 文な理 献る的 調よに 査う配 でな置 明活す ら断	ら火第 か山四 な紀に 地存活 域が動 が、し 文たこ 献調査 の 明	ら床経 かなの 地存在 域が、 文鉱 献物 調資 査源 での 明	調が 査 で 明 ら か な 地 域 が 、 文 献 調 査 源 の 明	調が 査 で 明 ら か な 地 域 が 、 文 献 調 査 源 の 明

(6) 「放射性廃棄物安全研究年次計画(平成13年度～平成17年度)」(原子力安全委員会、2000b)における記述

原子力安全委員会安全規制専門部会が放射性廃棄物の処分に係る各種基準等の整備、安全評価における安全裕度の定量的把握等を目的として、今後国として実施すべき安全研究課題につき、長期視点に立ちその必要性、研究内容、実施機関等について審議し、そのうち平成13年度以降の5ヶ年計画を上記資料として報告している。本計画で実施すべきとされている安全研究課題は、安全基準・指針類の策定に資するものとして実施されている。したがって、これらの課題は、安全基準・指針類の項目と関連するものと考えられる。

ここで、本計画で示されている課題及び実施内容を基とし、基準・指針における構成を念頭に置いて表 4.1-6 のように整理を試みた。

表 4.1-6 安全研究年次計画を基とした整理

処分場の設計要件	緩衝材長期健全性	緩衝材の地盤動に關する安全評価に係わる項目 緩衝材の長期品質保証に係わる項目
	オーバーバック長期健全性	オーバーバックの長期品質保証に係わる項目
	ガラス固化体長期健全性	ガラス固化体の長期品質保証に係わる項目
	処分場管理／モニタリング	処分場管理／モニタリング技術に係わる項目 処分場管理／モニタリング項目に係わる項目
	処分場建設設計・施工	
	埋め戻し設計・施工	
	緩衝材の製作・施工	
	オーバーバックの製作	
	再冠水挙動予測手法技術	再冠水挙動にかかわる原位置試験に係わる項目 再冠水挙動に関する現象モデルに係わる項目
	長期岩盤強度及び変形予測手法	
	ガス移行挙動評価技術	人工バリア中及び周辺岩盤中ガス移行原位置試験に係わる項目 人工バリア中及び周辺岩盤中ガス移行挙動モデルに係わる項目
	オーバーバック長期健全性評価	オーバーバック原位置試験に係わる項目 オーバーバック長期腐食モデルに係わる項目
	緩衝材長期健全性評価	緩衝材変質モデルに係わる項目
	地層処分安全評価手法	得 深部地下環境下における核種移行データ取
熱力学的基礎データに係わる項目		
溶解・拡散等のモデル技術に係わる項目		
核種移行に及ぼすコロイドの影響評価に係わる項目		
岩石基質中マトリクス拡散深さの評価に係わる項目		
ガラス近傍での溶解度制限固相の生成評価に係わる項目		
ガラスからの核種の浸出挙動に係わる項目		
熱力学的基礎データ取得手法に係わる項目		
拡散係数取得に係わる項目		
分配係数取得に係わる項目		
溶解度取得に係わる項目		
深部地下環境下における核種移行データ		熱力学的基礎データ
		拡散係数
		分配係数
	溶解度	
地下深部環境特性の評価技術	ニアフィールド間隙水の水質モデル技術に係わる項目 深部地下水の水質形成モデル技術に係わる項目	
安全評価シナリオ技術	確率的な安全評価技術に係わる項目	
	核種移行プロセスモデル不確実性評価技術に係わる項目	
	水理地質構造モデル不確実性評価技術に係わる項目	
	パラメータ不確実性評価技術に係わる項目	
生物圏評価モデル技術		
天然バリア中核種移行モデルの技術		
人工バリア中核種移行モデルの技術		
安全評価シナリオの選定		
地質環境評価手法	地下深部環境特性の評価技術	断層活動およびその周辺の地質環境特性についての調査手法に係わる項目
		深部岩盤の初期応力測定に係わる項目
		地下施設建設影響評価技術に係わる項目
		地質環境モデル化技術に係わる項目
		調査／データ取得等に係わる項目
	地表からの調査技術に係わる項目	
	地震・断層活動・断層起運動・火山活動などの天然現象の処分場への安全評価	火山活動に係わる安全評価項目
断層活動に係わる安全評価項目		
	断層活動に係わる安全評価項目	
	地震に係わる安全評価項目	

#### 4.2 安全基準・指針（案）の想定

関連する報告書及び公開資料について4.1で整理した項目に基づいて、安全規制に係わる安全基準・指針（案）の項目の想定を行った。整理した項目は、それぞれ異なる観点のもとに作成された資料を基としており、具体的な項目になり得るものと観点を変えた整理が必要な項目がある。したがって、次項において性能保証項目との関係の整理を検討することから、できるだけ具体的な項目として見ることが可能なような整理を行った。

ここでは、安全規制に主眼を置いている観点から「安全規制の基本的考え方」を基として整理した項目（表4.1-3）を、安全基準・指針の項目（案）の想定において基本とするのが妥当と考えた。この時、整理した項目の中項目及び小項目を中心とし、また、安全研究年次計画で整理した項目（表4.1-6）についても、中項目が「安全規制の基本的考え方」の項目と比較的共通する部分が多く、さらに小項目が具体的であることから、項目の想定に取り入れることとした。

以上示したような手順により想定を試みた安全基準・指針の項目（案）を表4.2-1に示す。

#### 4.3 性能保証項目と基準項目（案）の関係

3.で整理した性能保証項目について、今後国が策定する安全基準・指針にどのように反映されるのかを検討した。ここでは緩衝材を例として、4.2で想定した安全基準・指針（案）の項目（表4.2-1）に対して、それぞれの性能保証項目の関係を星取表として表4.3-1のように整理した。この星取りについては、安全基準・指針の項目が想定であることから、個々については必要性も含めて今後より詳細な検討が必要である。しかしながら、この整理により、緩衝材の性能保証項目と安全基準・指針（案）との関係、言い換えれば性能保証項目より抽出された今後取り組む必要がある研究課題が、安全規制のどのようなところに反映されるかの関連性を明確とするための一つの整理ができたものと考えられる。

表 4.2-1 安全基準・指針の項目 (案)

品質管理基準	岩盤								
	処分坑道などの坑道								
	コンクリート								
	埋め戻し材								
	緩衝材								
	オーバーパック								
	ガラス固化体								
関係人 関与 人工バリア の建設・ モニタリング の製作及び モニタリング	処分場の閉鎖基準(アラブ、グラウト)								
	処分場管理/モニタリング基準								
	処分場建設・施工基準								支保設計
									蒸解析
									空洞安定性解析
									レイアウト設計
	埋め戻し施工基準								
	人工バリアの定置基準								
	緩衝材の製作・施工基準								
	オーバーパックの製作基準								
処分場設計技術基準	熱・水・応力・化学遷成評価基準								
	ベントナイト流出評価基準								
	再冠水評価基準								
	長期岩盤強度及びひびき(クリープ)評価基準								
	ガス移行挙動評価技術基準								
	コンクリート長期健全性評価基準								
	オーバーパック長期健全性評価基準								オーバーパック腐食評価基準
	緩衝材長期健全性評価基準								緩衝材変形評価基準(相互作用を含む)
									緩衝材変質評価基準(相互作用を含む)
法 規 の 技術 基準 の 安全 評価 手 続	核種移行モデル選定基準								溶解・吸着・拡散等のモデル
									核種移行に及ぼすコロイド・有機物・微生物の影響評価
									岩石基質中マトリクス拡散係数
									ガラス近傍での溶解度制限固相の設定
									ガラスからの核種移行モデル
	深部環境特性の長期挙動評価基準								地球化学評価基準
									水理評価基準
									力学評価基準
	生物圏評価モデル技術基準								
	天然バリア中核種移行モデルの技術基準								
人工バリア中核種移行モデルの技術基準									
地 質 環 境 評 価 手 続 の 技 術 基 準	不確実性評価基準								確率的な安全評価基準
									核種移行プロセスモデル不確実性評価技術基準
									地球化学モデル不確実性評価基準
									水理地質構造モデル不確実性評価技術基準
									パラメータ不確実性評価技術基準
	核種移行パラメータ設定基準								熱力学的基礎データの選定基準
									拡散係数設定基準
									分配係数設定基準
									溶解度設定基準
									熱力学標準データベース
核種移行データ測定基準								拡散計数測定標準	
								分配係数測定標準	
								溶解度測定標準	
安全評価シナリオの選定基準									
地 質 環 境 評 価 手 続 の 技 術 基 準	地下深部環境特性の評価技術基準								測定基準(力学、水理、地球化学)
									地下施設建設影響評価技術基準
									地質環境(力学、水理、地球化学)評価技術基準
									地下坑道における調査及び評価技術基準
									掘削中の調査及び評価技術基準
									地表からの調査技術基準
									火山活動についての安全評価基準
									隆起運動についての安全評価基準
									断層活動についての安全評価基準
									地震についての安全評価基準



## 5. 今後の計画

今後は、オーバーパックおよび緩衝材以外の処分場を構成する要素（埋め戻し材、プラグ、各坑道等）について、同様な整理を行う予定である。また、本報告で示した課題について、サイクル機構における取り組み状況を整理し、処分事業の推進、安全基準・指針の策定への反映を念頭においた整理を行う。

## 6. まとめ

本報告では、今後国が策定することとなっている安全基準・指針等に資するため、今後研究開発等により得られる成果がどのように反映されるかを明確とするための検討を行った。ここでは、処分場における長期的安全性の観点から人工バリア等の処分施設を構成する各要素、本報告ではオーバーパックと緩衝材、において性能を保証すべき項目を抽出し、さらに、具体的にどのように性能を保証するのかを示した。また、これらの保証の方法について現状の取り組み状況（第2次取りまとめ）を踏まえて、今後の取り組みが必要と考えられる課題を抽出した。これらにより、各課題が処分場の長期安全性を確保するための研究としての位置付けが明確となったと考えられる。

## 参考文献

官報（2000a）：特定放射性廃棄物の最終処分に関する法律、平成12年6月7日。

官報（2000b）：特定放射性廃棄物の最終処分に関する基本計画、通商産業省告示第592号、平成12年10月2日。

原環機構（2001）：特定放射性廃棄物処分の概要調査地区等の選定手順の基本的考え方、原子力発電環境整備機構、平成13年10月29日

原子力安全委員会（2000a）：高レベル放射性廃棄物の処分に係る安全規制の基本的考え方について（第1次報告）、原子力安全委員会、平成12年11月6日。

原子力安全委員会（2000b）：放射性廃棄物安全研究年次計画（平成13年度～平成17年度）、原子力安全委員会

原子力安全委員会（2002）：高レベル放射性廃棄物処分の概要調査地区選定段階において考慮すべき環境要件について、原子力安全委員会、平成14年10月30日。

核燃料サイクル開発機構（1999a）：わが国における高レベル放射性廃棄物地層処分の技術的信頼性－地層処分研究開発第2次取りまとめ－、サイクル機構技術資料、JNC TN1410 99-022。

核燃料サイクル開発機構（1999b）：わが国における高レベル放射性廃棄物地層処分の技術的信頼性－地層処分研究開発第2次取りまとめ－分冊2 地層処分の工学技術、サイクル機構技術資料、JNC TN1410 99-020。

核燃料サイクル開発機構（2002）：高レベル放射性廃棄物の地層処分技術に関する研究開発－平成13年度報告－、サイクル機構技術資料、JNC TN1400 2002-003。

原子力委員会（2000）：原子力研究、開発及び利用に関する長期計画、原子力委員会、平成

12年11月24日

原子力部会（2001）：原子力の技術基盤の確保について、総合資源エネルギー調査会原子力部会、2001年

土木学会（2001）：概要調査地区選定時に考慮すべき地質環境に関する基本的考え方、土木学会原子力土木委員会地下環境部会、2001年8月。

添付資料：

海外における膨潤能力の考え方（海水系地下水の影響に着目して）

緩衝材は、海水系地下水条件下では降水系地下水と異なり、膨潤能力が低下することが懸念されることから、海外における海水系地下水条件下における緩衝材の膨潤能力に関する知見を調査し、整理を試みた。以下に関連する文献において示されている考え方のポイントを示す。

・ Waste Disposal in Rock (Pusch, R. (1994))

スウェーデンの Pusch は、Lulea 大学および Clay Technology での研究成果を取りまとめ (Pusch, 1994)、その中で緩衝材の乾燥密度が  $1,800\text{kg/m}^3$  以上であれば塩の影響は少ないとしている。

\* Pusch, R. (1994): Waste Disposal in Rock, Developments of Geotechnical Engineering, 76, Elsevier (1994).

・ NAGRA

NAGRA の報告書 (Bradbury and Baeyens, 2002) においては、MX-80 の試験結果に基づき緩衝材の乾燥密度が  $900\text{kg/m}^3$  以上であれば、塩濃度が  $75\text{g/l}$  までは影響は小さく、乾燥密度  $1,500\text{kg/m}^3$  以上であれば、塩水の影響は少ないとしている。

\* Bradbury, M.H. and Baeyens, B. (2002): Porewater chemistry in compacted re-saturated MX-80 bentonite: Physico-chemical characterization and geochemical modeling, NAGRA Technical Report 01-08, June 2002.

・ SKB/POSIVA 共同研究

共同研究に係わる報告書 (Karnland, 1998 等) によれば、変位が拘束されない状態では膨潤応力は発生しないこと、高密度の緩衝材であれば塩濃度の影響は少ないこと、膨潤性能が処分場の候補深度を規定することもあること、等が示されている。

\* Karnland, O. (1998): Bentonite swelling pressure in strong NaCl solutions –Correlation of model calculations to experimentally determined data, POSIVA 98-01.

\* Karnland, O. (1997): Bentonite swelling pressure in strong NaCl solutions –Correlation between model calculations and experimentally determined data, SKB TR-97-31.

・ POSIVA

POSIVA の報告書 (Vieno and Nordman, 1999) においては、緩衝材は古海水と接触する可能性があること、飽和密度が  $2,000\text{kg/m}^3$  以上であれば地下水環境に関わらず膨潤応力  $5\text{MPa}$  を達成できること、強塩濃度を考慮すると Olkiluoto では  $700\text{m}$ 、Hastholmen では

800m 以深は適切ではないこと、等が示されている。

\* Vieno, T. and Nordman, H. (1999): Safety assessment of spent fuel disposal in Hastholmen, Kivetty, Olkiluoto and Romuvaara TILA-99, POSIVA 99-07