

日本原子力研究開発機構機関リポジトリ

Japan Atomic Energy Agency Institutional Repository

Title	鉄筋コンクリート耐震壁に対する等価線形解析の適用性検討;原子炉						
	建屋耐震壁終局応答試験の三次元有限要素法シミュレーション解析						
Author(s)	市原 義孝, 中村 尚弘, 森谷 寛, 堀口 朋裕, 崔 炳賢						
Citation	日本原子力学会和文論文誌, 21(1), p.1-14						
Text Version	出版社版						
URL	https://jopss.jaea.go.jp/search/servlet/search?5071218						
DOI	https://doi.org/10.3327/taesj.J20.038						
Right	日本原子力学会						



論 文

鉄筋コンクリート耐震壁に対する等価線形解析の適用性検討: 原子炉建屋耐震壁終局応答試験の三次元有限要素法シミュレーション解析

市原 義孝^{1,2,†}, 中村 尚弘^{2,*}, 森谷 寛¹, 堀口 朋裕³, 崔 炳賢⁴

Applicability of Equivalent Linear Analysis to Reinforced Concrete Shear Walls:

3D FEM Simulation of Experiment Results of Seismic Wall Ultimate Behavior

Yoshitaka ICHIHARA^{1,2,†}, Naohiro NAKAMURA^{2,*}, Hiroshi MORITANI¹, Tomohiro HORIGUCHI³ and Byunghyun CHOI⁴

¹Regulatory Standard and Research Department, Secretariat of Nuclear Regulation Authority, 1–9–9 Roppongi, Minato-ku, Tokyo 106–8450, Japan

²Graduate School of Advanced Science and Engineering, Hiroshima University, 1–4–1 Kagamiyama, Higashi-Hiroshima-shi, Hiroshima 739–8527, Japan

³Terrabyte Corporation, 3–10–7 Yushima, Bunkyo-ku, Tokyo 113–0034, Japan
 ⁴Nuclear Safety Research Center, Japan Atomic Energy Agency, 2–4 Shirakata, Tokai-mura, Ibaraki 319-1195, Japan (Received March 22, 2021; accepted in revised form August 6, 2021; published online December 10, 2021)

In this study, we aim to approximately evaluate the effect of nonlinearity of reinforced concrete structures through seismic response analysis using the equivalent linear analysis method. A simulation analysis was performed for the ultimate response test of the shear wall of the reactor building used in an international competition by OECD/NEA in 1996. The equivalent stiffness and damping of the shear wall were obtained from the trilinear skeleton curves proposed by the Japan Electric Association and the hysteresis curves proposed by Cheng et al. The dominant frequency, maximum acceleration response, maximum displacement response, inertia force-displacement relationship, and acceleration response spectra of the top slab could be simulated well up to a shear strain of approximately $\gamma = 2.0 \times 10^{-3}$. The equivalent linear analysis used herein underestimates the maximum displacement response at the time of ultimate fracture of approximately $\gamma = 4.0 \times 10^{-3}$. Moreover, the maximum shear strain of the shear wall could not capture the locally occurring shear strain compared with that of the nonlinear analysis. Therefore, when employing this method to evaluate the maximum shear strain and test results, including those during the sudden increase in displacement immediately before the fracture, sufficient attention must be paid to its applicability.

KEYWORDS: three-dimensional, finite element method, seismic analysis, simulation, reinforced concrete, reactor building, seismic shear wall, equivalent linear analysis, nonlinear analysis, ultimate response test

I. はじめに

原子炉建屋に代表される原子力発電所施設の多くは、放 射線に対する遮蔽機能が要求されることから、一般建築物

- 4 (国研)日本原子力研究開発機構 安全研究センター
- [†] 現在, ㈱竹中工務店 原子力火力本部(Power Eng. Dept., Takenaka Corp.)

* Corresponding author, E-mail: naohiro3@hiroshima-u.ac.jp

© 2021 Atomic Energy Society of Japan, All Rights Reserved.

に比べ壁厚の大きい鉄筋コンクリート(RC)による耐震設 計が行われる。このような RC 耐震壁を主構造とした建屋 の耐震設計において,三次元有限要素法(FEM)による地 震応答解析は,地震時の建屋の挙動を精度よく詳細に把握 する方法として,極めて有用な手段の1つとなっている。 筆者らはこれまでに,改良型沸騰水型原子炉の原子炉建屋 を対象に,周辺地盤も含め詳細なモデル化を行った三次元 FEM モデルを用いて,建屋-地盤相互作用を考慮した 2007 年新潟県中越沖地震のシミュレーション解析を行 い,地下外壁側面の地盤のはく離・滑りが建屋の最大応答

¹ 原子力規制庁 長官官房技術基盤グループ

² 広島大学大学院 先進理工系科学研究科

³ (株)テラバイト 技術部

加速度や床応答加速度スペクトルに与える影響を検討して きた¹⁾。しかし、これら三次元 FEM モデルによる地震応 答解析は、既往の検討成果^{2~4)}を参考に、建屋の挙動を線 形と仮定した解析であり、RC 耐震壁の非線形挙動までを 考慮した検討は行われていない。このため、今後、幅広い 入力地震動レベルを対象とした地震応答解析から建屋の 三次元的な応答特性を精度よく評価するためには、地下外 壁側面の地盤のはく離・滑り等の非線形挙動のみならず、 RC 耐震壁の非線形挙動までを考慮した地震応答解析を行 い、建屋の詳細な非線形挙動を明らかにしていくことが耐 震安全性評価手法の高度化を図る上でも重要になる。な お、ここでいう建屋の三次元的な応答特性とは、地震時に 建屋全体が平面的に回転するねじれ挙動に加え、個々の床 や壁の変形、直交する壁の影響を考慮した外壁や内壁の変 形、建屋側面や底面の土圧の影響を考慮した地下外壁およ び基礎スラブの変形をいい、建屋各部に分布する質量を各 階の床位置に集中させ,その間の剛性を梁要素で代表させ た質点系モデルや二次元 FEM モデルでは表すことのでき ない建屋および地盤の応答特性をさす。

RC 耐震壁の非線形挙動を考慮した地震応答解析に関し ては、これまでに主として RC 材料の非線形性を種々の構 成則に組み込んだ FEM による検討が行われ,静的繰り返 し載荷試験や動的加振試験等のシミュレーション解析か ら、試験結果と良好な対応関係が得られることが確認され ている。(例えば, Song *et al.*⁵⁾)原子力発電所施設建屋に おいては、1996年に経済協力開発機構の原子力機関 (OECD/NEA)の主催で日本の原子力発電技術機構 (NUPEC)から提供された I 型断面耐震壁の振動台試験 (NUPEC 振動台試験)の国際解析コンペ⁶⁾が行われ, RC 構成則を組み込んだ積層シェル要素による動的なシミュ レーション解析結果が報告されている^{7~10)}。ここで,積層 シェル要素とは、異なる性質の層をもつ積層平板のシェル 要素である。これら検討では、RC のコンクリートと鉄筋 を板厚方向に層状に置換することで、その非線形性を考慮 した解析が行われている。この NUPEC 振動台試験を対 象としたシミュレーション解析について, Ueda et al.¹¹⁾ は、三次元 FEM 非線形解析コード NAPISOS を用いた検 討から終局状態までの加速度応答波形および変位応答波形 が試験結果とよく一致した関係にあることを確認してい る。この他に最近では、Nakamura *et al.*¹²⁾,秋田ら¹³⁾, Richard *et al.*¹⁴による別の原子力発電所施設建屋のRC 耐震壁を対象とした解析例が報告されている。

これら静的繰り返し載荷試験もしくは動的加振試験のシ ミュレーション解析では、荷重-変形関係や時刻歴応答波 形等,試験結果と良好な対応が得られているものの、シ ミュレーション解析と同程度の解析精度を得るためには、 個々の有限要素に適用するコンクリート材料等の力学モデ ルの基礎的な検証や適用性の確認が要求されるとともに、 使用するモデルが導出された前提条件や適用範囲を十分に 把握する必要がある。また,原子炉建屋を三次元 FEM で 詳細にモデル化した地震応答解析モデルに材料構成則によ る非線形特性を適用する場合には,計算時間が著しく増大 するため,今日の高性能コンピュータを用いても1度の 解析に数週間を要することも珍しくない。一方,原子力発 電所施設建屋の三次元的な応答特性を詳細に把握するため には,周辺地盤や建屋-地盤相互作用の影響を考慮した十 分な数の地震応答解析が必要になるため,これら検討が格 段に難しくなる。このため,原子炉建屋等の原子力発電所 施設の非線形挙動を三次元 FEM モデルにより詳細に把握 する場合には,解析精度の確保を前提に,計算負荷低減に つながる新たな手法を検討する必要がある。

これら既往の精緻な検討に対し、米国土木学会(ASCE) が規定する ASCE/SEI4-16¹⁵⁾では,原子力発電所施設建 屋の RC の非線形性を簡易に評価する方法として, Multistep method を推奨している。この Multistep method は、前述の時間領域における非線形系の応答を等価な線形 系の応答に置き換える手法であり、初期剛性による解析と ひびわれの影響を考慮した2回の解析から, RC 部材の剛 性低下が建屋応答に与える影響を評価している。しかし, この Multistep method は、ひびわれによる RC 部材の剛 性低下を一律 0.5 倍の低減係数で考慮しており、実用的な 手法である反面,その設定根拠に乏しく,実際の建屋応答 の精度については不明確と考えられる。これに対し Ghiocel et al.^{16~18)}は, RC 材料の非線形性の影響を考慮し た三次元 FEM モデルの計算負荷低減につながる新たな手 法として、振動数に依存しない複素減衰を用いた周波数領 域での線形解析を基本とする, RC 構造物の復元力特性お よび履歴曲線を組み合わせた繰り返し計算による等価線形 化法を提案している。この周波数領域での線形の応答解析 の繰り返し計算から, RC 材料の非線形性の影響を復元力 特性および履歴曲線により考慮する手法は、SHAKE¹⁹⁾や Kausel et al.²⁰⁾および Yoshida et al.²¹⁾の地盤材料の非線 形性をせん断ひずみに応じた等価剛性および等価減衰によ り近似的に考慮する等価線形解析と同様の考え方である。 国内の地盤の等価線形解析においては、支持地盤の剛性低 下率の平均値で0.7の下限値が適用範囲として示されてお り²²⁾,原子炉建屋等の原子力発電所施設を対象とした三次 元 FEM モデルの計算負荷低減に対しても同様の大きな成 果が見込める。しかし, Ghiocel et al. の等価線形解析は, 簡易な RC 構造物を対象とした非線形解析結果との比較し か行われておらず^{16~18)},三次元 FEM による実際の原子炉 建屋の応答解析に適用する場合には、その適用範囲につい て試験結果との照合を通した十分な検証が必要になる。

したがって本報では、原子炉建屋等の原子力発電所施設 の三次元的な応答特性を詳細に把握するためのRC材料の 非線形性の影響を近似的に評価するという観点で、等価線 形解析手法のRC耐震壁への適用性を検討する。なお、検 討に使用する試験結果は、原子力発電所施設建屋に関連 し,かつ,各種情報が開示されている信頼性の高いデータ を選定する必要がある。そこで本報では、1996年に OECD/NEAによる国際解析コンペ⁶⁰で使用された NUPEC振動台試験を対象として選定し、新たに地震応答 解析を実施した。具体的には、弾性から塑性、終局に至る までの5つの加振レベルに対応した非線形解析および等 価線形解析から、それぞれの解析法の精度を検証した。さ らに、本報では、試験体上部スラブの卓越振動数、応答加 速度、応答変位、慣性力-変位関係、床応答スペクトルお よびRC耐震壁の最大せん断ひずみの試験結果との比較か ら、それぞれの解析法の特徴を考察した。

II. NUPEC 振動台試験の概要

1. RC 耐震壁の試験体の概要

原子力発電所施設建屋を対象とした RC 耐震壁の多く は、柱・梁を主体とする一般建築物の RC 耐震壁と比べ、 壁厚が大きく、配筋量も多い。このような特徴を踏まえた 試験体の破壊形式は、既往の試験結果および事前の予備解 析結果から、耐震壁のせん断すべり破壊と考えられ²³⁾、 NUPEC 振動台試験では、同破壊モードを考慮した模擬地 震波による加振計画が立案された。Fig. 1 に旧多度津工 学試験所の大型高性能振動台で行われた NUPEC 振動台 試験の RC 耐震壁の試験体概要を示す。なお、本解析では U-1 の試験結果を対象にシミュレーション解析を実施す る。

試験体の壁部分の形状は、ウェブ寸法が75 mm× 3,000 mm、フランジ寸法が100 mm×2,980 mm、内法寸 法が2,020 mm、シアスパン比M/QDが0.8 である。重 錘は、試験体の上部スラブに付加するものとし、その重さ は、壁の軸方向応力度が σ_0 =1.47 MPa(0.15 kgf/mm²)と なるように定めている。その設置状況は、Fig. 1 に示すと おりであり、上部スラブの回転慣性を小さくして回転動の 影響を極力小さくするために、重錘が中央位置に寄せられ ている。試験体の上部スラブウェブ側側面の中央付近に は,加振試験中に得られた水平変位波形および加速度波形 を記録する変位計および加速度計が設置され,基礎スラブ 上端との相対変位および絶対加速度が計測されている。

ウェブ壁およびフランジ壁のコンクリートには、最大粒 形 10 mm 以下の豆砂利を用いたコンクリートが使用さ れ、基礎スラブおよび上部スラブには、呼び強度 25.0 MPa(2.55 kgf/mm²)のレディーミクストコンクリートが 使用されている。コンクリートの材料試験は、加振試験開 始時に行われ、その平均圧縮強度はウェブ壁およびフラン ジ 壁 で 28.6 MPa(2.92 kgf/mm²)、基礎スラブで 36.9 MPa(3.76 kgf/mm²)、上部スラブで 28.2 MPa(2.88 kgf/ mm²)であった。ウェブ壁の壁筋比(コンクリート断面積 に対する鉄筋断面積の比率)は、縦・横ともに $p_v = p_h =$ 1.2%,使用する鉄筋は D6@70(異形鉄筋、公称直径 6.35 mm、間隔 70 mm)のダブル配筋である。鉄筋の降伏 強度は、材料試験結果より、平均で 383 MPa(39.1 kgf/ mm²)であった。

2. 加振試験の概要

NUPEC 振動台試験では,Fig.1 に示す試験体に弾性から塑性,終局に至るまでの5つの加振レベル(RUN1から RUN5)による模擬地震波を用いた破壊試験が行われた。 NUPEC 振動台試験で対象となった RUN1 から RUN5 ま での加振レベルを以下に示す。

- ・ RUN1: 微小振幅レベルならびに弾性範囲
- RUN2(RUN2d): せん断ひびわれ発生時のひずみ レベル(せん断変形角が 0.24/1,000 rad 程度)
- RUN3:せん断降伏発生時のひずみレベル(せん断 変形角が 0.72/1,000 rad 程度)
- ・ RUN4: せん断変形角が 2/1,000 rad 程度
- RUN5:最大耐力近傍(せん断変形角が 4/1,000 rad 程度)





このとき, RUN2 については, 得られた応答が上述の 加振レベルより小さかったため, RUN3の前に RUN2d が追加で実施されている。本報では, RUN1 から RUN5 の加振レベルのうち, 弾性挙動をしていると考えられる RUN1, RC 耐震壁の損傷度合いが大きい RUN4 および RUN5を中心にシミュレーション解析結果を報告する。

3. 入力波の概要

Figure 2に RUN1 から RUN5の模擬地震波の加速度 時刻歴波形および加速度応答スペクトルを示す。模擬地震 波は,試験体の初期弾性域から最大耐力域までの周期領域 (約0.07 s から0.25 s)で加速度応答スペクトルが平坦に なるよう,目標とするスペクトル形状を定め作成されてい る。その入力の大きさは,RUN1 で0.054 G,RUN2d で 0.310 G(≒RUN1×5.7), RUN3 で 0.358 G(≒RUN1×
6.6), RUN4 で 0.588 G(≒RUN1×10.9) および RUN5 で 1.254 G(≒RUN1×23.2)である。模擬地震波の継続時間は 12 秒,時間刻みは 0.001 秒,入力方向は水平方向(ウェブ壁面内方向)である。

4. 試験結果の概要

Figure 3 に RUN1 から RUN5 終了時のひびわれ状況 を示す。U-1 試験体では, RUN1 終了時にウェブ壁脚隅 角部に小さな斜めひびわれが確認され, RUN2d 終了時に ウェブ壁中央部に斜めせん断ひびわれが発生した。RUN3 から RUN4 にかけてせん断ひびわれの本数が増えはじ め, RUN5 でウェブ壁脚部付近にせん断すべり破壊が生 じた。その範囲は, ひびわれが集中する脚部よりやや上部



(基礎スラブより高さ約40 cm)に位置し、ウェブ壁を拘束 するフランジ壁や基礎スラブの影響とみられる破壊形状が 確認された。せん断すべり破壊によって生じたコンクリー トの崩落範囲を Fig. 3(e)に斜線で示す。

III. RC 耐震壁のモデル化と地震応答解析手法

1. RC 耐震壁のモデル化

Figure 4に RC 耐震壁の三次元 FEM モデルおよび基 礎固定時の一次の固有モードを示す。図中の EQ モデル は、等価線形解析で使用した三次元 FEM モデル,図中の NL モデルは、非線形解析で使用した三次元 FEM モデル を示す。

EQモデルの壁体部は材料特性を線形としたシェル要素,NLモデルの壁体部は材料特性を非線形とした積層シェル要素でモデル化し,基礎スラブ,上部スラブおよび 重錘は線形のソリッド要素でEQモデル,NLモデルとも にモデル化した。EQモデルの作成および解析には,米国 機械学会(ASME)が定める原子力の品質保証規格 NQA-1 (Nuclear Quality Assurance-1)に準拠した ACS SASSI²⁴⁾ を,NLモデルの作成および解析には FINAS/STAR²⁵⁾を 用いた。なお,EQモデルの固有値解析には,ANSYS²⁶⁾を 用いた。また,ACS SASSI による EQモデルの解析では, 試験と同様の基礎固定による境界条件を直接設定すること ができないため,基礎固定と同等の条件となるよう十分剛 な地盤を EQ モデルの下にモデル化した。

壁体部の要素分割は、試験体上部スラブ中央付近の観測 点の応答を精度よくシミュレーションすることを念頭に、 ウェブ壁の高さ方向で6分割程度、辺長比で最大1:3程 度とする基本方針を定め、加振方向に150mmから 500mm、高さ方向に200mmから500mmの範囲でモ デル化を行った。振動解析の場合、要素分割は試験体の変 形を求める程度の分割でよく、応力集中を求めるほど密に する必要はないものの、比較するモデルの固有モードや固 有振動数は一致している必要がある。このため、EQモデ ル、NLモデルの基礎位置を固定し、初期剛性に基づく固

有値解析を実施した。

EQ モデルおよび NL モデルの固有振動数は, 試験の 13.2 Hz と比較してそれぞれ 13.3 Hz と 14.1 Hz であり, NL モデルがわずかに高めである。これは, NL モデルに 設定している双曲線型の非線形特性の影響であり,後述す る RUN1 の伝達関数から求まる卓越振動数と試験結果の 13.2 Hz が一致するよう初期剛性を設定しているためであ る。EQ モデルと NL モデルの一次の固有モードは,ウェ ブ壁のせん断変形が卓越しており,使用する有限要素や メッシュサイズ等のモデル化の違いによる影響は小さいこ とがわかる。

2. 等価線形解析手法

地盤の等価線形解析では、強震時の非線形サイト特性を 評価するため、せん断弾性係数G、減衰定数hの動的変 形特性が必要となる。地盤の動的変形特性は、せん断弾性 係数Gもしくは減衰定数hのひずみ依存特性(G-y関係、 h-y関係)によって表され、室内試験や修正 Ramberg-Osgood モデル等の力学モデル(復元力特性および履歴曲 線)により設定される。本報では、地盤の等価線形解析と 同様に RC 耐震壁の G-y関係、h-y関係を評価するため、 原子炉建屋等の原子力発電所施設の動的変形特性を適切に 表現した復元力特性および履歴曲線から等価剛性および等 価減衰の評価を行う。Fig.5 に本手法の計算手順を示す。 ここで、a はせん断ひずみ調整係数、β は減衰調整係数を 示す。非線形せん断パネルのモデル化に当たっては、 Fig.4 に示す耐震壁モデルのウェブ壁を上下 2 枚に等分割 し、それぞれ Panel A, Panel B と設定した。

ウェブ壁の Panel A および Panel B の等価剛性および 等価減衰の評価には ACS SASSI の Option NON²⁷⁾を適用 する。Option NON は, ACS SASSI に実装されている解 析機能の1つであり,非線形せん断パネル内の面内せん 断ひずみから,パネルごとの等価剛性および等価減衰を評 価する機能である。ここで,非線形せん断パネルとは,解 析者が設定する壁面内の線形のシェル要素のグループであ



Fig. 4 (a) 3D finite element method (FEM) models of the RC shear wall and (b) fundamental modes of the fixed base 3D FEM models



Fig. 5 Calculation procedure of equivalent linear analysis

る。面内せん断ひずみは、このグループ4隅の節点の相 対変位から計算される。

RC の等価線形解析として, **Fig. 6** に示す RC 耐震壁の 復元力特性と履歴曲線を想定した。ここで, k_0 は初期剛 性, k_e は等価剛性, h_{eq} は等価減衰定数, h_0 は初期減衰定 数, ΔW は履歴ループの1サイクル当たりの消費エネル ギー, W は等価ポテンシャルエネルギー, β は複素減衰 定数, k は複素ばねの実部, k' は複素ばねの虚部, F_c はコ ンクリートの圧縮強度, G はコンクリートのせん断弾性 係数, p_v , p_h は縦, 横筋比, $s\sigma_y$ は鉄筋降伏応力度, M/QD

日本原子力学会和文論文誌(2021), Advance Publication by J-stage

はシアスパン比を示す。等価剛性は、履歴ループにおける 変位最大点と原点を結ぶ割線剛性で与える。等価減衰を表 す等価減衰定数は、履歴ループの1サイクル当たりの消 費エネルギー ΔW と等価ポテンシャルエネルギーWの関 係に初期減衰定数 h_0 を与えて求める。

RC 耐震壁の復元力特性は、原子炉建屋を対象に実施さ れたボックス壁や円筒壁等の試験データに基づき設定され た原子力発電所耐震設計技術指針²⁸⁾(JEAG4601)の3折れ 線のスケルトンカーブとした。ここで,スケルトンカーブ の第1折点はRC 耐震壁中央付近にせん断ひびわれが生じ 始める目安値, 第2折点は鉄筋が降伏し始める目安値, 第3折点は終局破壊に至る目安値を示す。なお, Fig. 6 中 の復元力特性は JEAG4601²⁸⁾の工学単位系を SI 単位系に 変換したものである。履歴曲線は、Option NON に実装 されている履歴ルールのうち, Cheng et al. が提案する Cheng-Mertz shear model²⁹⁾ (CMS モデル)とした。この CMS モデルは、低層の RC 耐震壁を対象として実施され た試験データに基づき定められた履歴ルールであり,荷重 -変形関係やひずみエネルギーの解析で試験結果と遜色の ない結果が得られている²⁹⁾。また、履歴ルール等の設定方 法も詳細に文書化されおり、米国エネルギー省(DOE)や 米国土木学会(ASCE)等の原子力に関連する検討に対して も適用実績がある¹⁸⁾。

SHAKE¹⁹⁾に代表される地盤の等価線形解析では,有効 ひずみを求める際にひずみ波の最大値に乗ずる係数(有効 ひずみ係数)をパラメータ設定する必要がある。Option NON による RC の等価線形解析でも,等価剛性および等 価減衰を求める際に非線形せん断パネルのモデル化とせん 断ひずみ調整係数,減衰調整係数のパラメータ設定が必要 になる。ここで,せん断ひずみ調整係数は,せん断ひずみ 波に乗じる係数であり,地盤の等価線形解析における有効 ひずみ係数に相当する。開発元からは,経験的な値として 0.80 が推奨され²⁷⁾,各非線形せん断パネルに同一の値が 適用される。減衰調整係数は,地盤の等価線形解析にはみ られない ACS SASSI 独自のパラメータである。履歴ルー プの面積から求まる等価減衰に乗じる係数であり,減衰が 過大に設定されることを防ぐ低減係数としての役割があ る。

これら調整用のパラメータの決定に当たって,RUN2d および RUN3 の試験結果を対象に感度解析を実施した。 本報の目的である原子炉建屋等の RC 耐震壁への等価線形 解析の適用性を評価するためには,最大応答加速度を精度 よく評価する必要がある。このため,せん断ひずみ調整係 数については,0.60 から0.90 までの値に対する感度解析 を行い,RUN2d および RUN3 の最大応答加速度の試験 結果を最も良好に説明する係数として0.70 を採用した。 一方,減衰調整係数については,その影響がほぼみられな かったため,調整を行わない値として1.0 の値を用いた。 非線形せん断パネルは,耐震壁の上部と下部で塑性進展具



Fig. 6 Relationship between restoring force characteristics and hysteresis curve of RC shear walls

合の違いが想定されたことから、パネルのアスペクト比が 3 程度となり、耐震壁の上部、下部で等価剛性および等価 減衰の繰り返し計算が可能なモデル化とした。なお、ここ でいう耐震壁の上部と下部の塑性進展具合の違いとは、 Fig. 3 に示す RC 耐震壁のひびわれ状況から推定される耐 震壁内部の剛性低下のばらつきをいい、RUN1 から RUN5 までのひずみレベルを想定した場合に耐震壁脚部 から高さ方向に進展するせん断ひびわれの発生状況をさ す。

Table 1 に RUN1 から RUN5 の EQ モデルの等価剛性 および等価減衰を示す。このとき,等価剛性および等価減 衰は,上下の非線形せん断パネルの平均値から求めた。ま た,参考として,RUN ごとの剛性低下率 k_e/k_0 および複 素減衰定数 β を併記した。なお,解析における等価減衰 は,複素剛性として考慮した。ここで,RUN1 は線形解 析のため,Table 1 に示す等価剛性および等価減衰は初期 剛性および初期減衰を表す。

RUN4 までの等価減衰は、上述の感度解析を踏まえ、 最大応答加速度だけではなく最大応答変位までもよく説明 できる値として、等価減衰の上限に関する感度解析を行 い,9%のカットオフを設けた。9%のカットオフの設定に 当たっては、ASCE/SEI4-16¹⁵⁾の RC 構造物の Response Level 3(JEAG4601²⁸⁾で定めるスケルトンカーブの第2折 点以降のひずみレベルに相当)で定める 10%の減衰定数を 参考に、その値以下の範囲で設定した。一方、RUN5 に ついては、試験結果が RC 耐震壁の終局破壊に至っている ことおよびカットオフを設けても最大応答変位を良好に説 明することができなかったことから、減衰定数のカットオ フを設けなかった。等価線形解析の繰り返し計算は, n-1 回目とn回目の等価剛性の変化が1%以下もしくは、繰り 返し回数上限を9回とすることを収束条件とした。収束 回数が9回を超える場合には、等価剛性の変化が最も小 さい収束条件を採用した。

 Table 1
 Equivalent stiffness and equivalent damping for

 EQ Model
 EQ Model

Run No.	Effective	Equivalent	Stiffness	Equivalent damping	Hysteretic damping factor β (%)	
	strain γ_{e} $(\times 10^{-6})$	stiffness k _e (MPa)	$\begin{array}{c} \text{reduction} \\ \text{coefficient} \\ k_{e}/k_{0} \end{array}$	$\begin{array}{c} \text{factor} \\ h_{\text{eq}} \\ (\%) \end{array}$		
RUN1	127	996	1.00	1.00	1.00	
RUN2d	421	814	0.82	6.85	6.90	
RUN3	614	589	0.59	9.00	9.11	
RUN4	1,400	330	0.33	9.00	9.11	
RUN5	4,010	176	0.18	17.7	18.6	

3. 非線形解析手法

RC 材料の非線形性を解析で考慮するため,RC を層状 に置換した積層シェル要素によるモデル化を行う。(Fig. 7 (a))このとき,RC 材料の非線形性は、ウェブ壁の面内の 応力-ひずみ関係のみで考慮し、面外の変形やフランジ壁 の変形は線形として取り扱う。ウェブ壁のコンクリート は、FINAS/STAR に実装されている力学モデルとして、 引張特性に出雲らのモデル³⁰⁾(Fig. 7(b)),圧縮特性に前 川らのモデル³¹⁾(Fig. 7(c))を与えた。ひびわれは、前川 らの疑似直交 2 方向の Smeared Crack モデル³¹⁾とし、そ の発生は引張主応力度に基づいて判定した。ひびわれが生 じた要素のせん断剛性は、前川らのひびわれ面のせん断伝 達関数に関する提案式³¹⁾を用いた。

コンクリートの圧縮強度は試験結果と同一とし、最大圧 縮応力時までの応力-ひずみ関係は圧縮側の試験結果と一 致させた。コンクリートの引張強度は試験結果と同一と し、鉄筋との付着に関するパラメータCは2.0とした。 ここで、パラメータCはコンクリートのひびわれとひび われの間で作用する付着力によって鉄筋からコンクリート へ引張力が伝達される物理的な現象を表し、その大きさに よって RC にひびわれが生じた後のコンクリートの引張負 担能力が決定される。出雲らのモデル³⁰⁾は最大引張応力到



Fig. 7 Modeling of nonlinear characteristics of RC shear walls
(a) Layered shell element for RC, (b) Tension (Izumo *et al.* model³⁰⁾), (c) Compression (Maekawa *et al.* model³¹⁾).

達後,引張側のひずみ ε_i が $2\varepsilon_i$ の領域まで応力-ひずみ関係はフラットな形状とし、 $2\varepsilon_i$ 以降で低減するモデルとした。鉄筋は配筋方向に対する単軸材料とし、バイリニア型の復元力特性とした。このとき、復元力特性の第2勾配は初期剛性の1/100に設定した。鉄筋とコンクリート間の付着すべりは非考慮(完全付着)とし、その影響をパラメータCで考慮することとした。

時間積分法は Newmark- β 法とし、 β 及び γ の係数は それぞれ β=1/4, y=1/2 とした。非線形解析の反復方法 は解析ステップごとに剛性を変化させる接線剛性法とし, 3回まで収束を求めた。3回に達しても収束が得られない 場合には、残差力を次の解析ステップに持ち越した。解析 時間刻みの大きさは、弾性域での RUN1 の感度解析の結 果から, RUN ごとの塑性進展具合に合わせた設定とし, RUN1 で 0.002 秒, RUN2d および RUN3 で 0.0005 秒, RUN4 および RUN5 で 0.0002 秒とした。減衰は、初期 剛性比例型の内部粘性減衰とし,事前に実施した感度解析 から、試験結果を最もよく説明することができる値とし て,試験結果の13.2 Hz に対して0.8%を仮定し,すべて の RUN で同一とした。各 RUN の解析は, RC 耐震壁の 振動台試験の加振順序に合わせ,自重解析を行った後に, それぞれの RUN に至るまでの解析を段階的に1つずつ実 施した。このとき、RUN1はほぼ弾性挙動であるため、 この段階的な解析ではRUN1の解析を省略し, RUN2d から順に模擬地震波を入力した。

EQ モデルの解析には、DELL のパーソナルコンピュー タ(CPU: Intel(R) Xeon(R) CPU E5-1650 v3 @3.70 GHz,メモリ: 128 GB)を、NL モデルの解析には、HP の パーソナルコンピュータ(CPU: Intel(R) Xeon(R) CPU E5-1630 @3.70 GHz、メモリ: 32 GB)を使用した。

EQ モデルの計算時間については、使用したパーソナル コンピュータの性能に差があるため、直接の比較は難しい ものの、NL モデルに比べ 0.70 倍から 0.10 倍程度(RUN1 から RUN5)の短縮がみられた。

IV. 三次元 FEM モデルを用いたシミュレー ション解析による RC 耐震壁の応答性状

本報では,RC材料の非線形性の影響を,三次元FEM モデルを用いて,近似的に等価線形解析による地震応答解 析で説明することを目的として,NUPEC 振動台試験のシ ミュレーション解析を実施した。

Table 2 に RUN1 から RUN5 の卓越振動数,上部スラ ブの最大応答加速度および最大応答変位の解析結果と試験 結果の比較を示す。ここで、卓越振動数 f₀ は、基礎下端 に入力する模擬地震波に対する上部スラブの応答波形の フーリエスペクトル比(伝達関数)から計算した。ただし、 RUN5 は、RC 耐震壁が終局破壊に至っていることを踏ま え、終局破壊以前の解析結果(0.0 秒からおよそ 3.9 秒ま での解析結果)を用いて伝達関数,最大応答加速度、最大 応答変位を計算した。最大応答変位は、振動台試験と同じ 基礎スラブ上端中央付近からの相対変位として評価した。

Table 2 より, RUN4 の EQ モデルの最大応答変位, RUN2dのNLモデルの最大応答変位で試験結果との差異 がやや大きいものの, RUN5の EQ モデルの最大応答変 位を除けば、いずれの解析ケースも、最大応答加速度で試 験結果との差異が10%以内,最大応答変位で25%以内に 収まっており、既往の同一試験を対象としたシミュレー ション解析結果^{10,11,32,33)}と比較しても、遜色のない結果が 得られた。なお, EQ モデルの最大応答変位は, RUN4 お よび RUN5 で過小評価となっているが、この傾向は、II 章で設定したせん断ひずみ調整係数をRUN2dおよび RUN3の最大応答加速度に最もよく一致するよう定めた ことが一因である。このため、RUN5で終局破壊以前に 計測された最大応答変位は,18.2 mm であるが,EQ モデ ルの最大応答変位はこれを大きく下回る結果となった。こ のせん断ひずみ調整係数の設定によっては、試験結果の最 大応答変位に最もよく一致するよう解析条件を定めること も可能ではあるが、単純に係数を調整した場合、最大応答 加速度を過大評価することにつながるため、留意が必要で ある。等価線形解析の適用性を考える上では,Ⅱ章で定 めたせん断ひずみ調整係数他,パラメータの設定は,1つ

鉄筋コンクリート耐震壁に対する等価線形解析の適用性検討: 原子炉建屋耐震壁終局応答試験の三次元有限要素法シミュレーション解析

Run No.		Test (max. value)		Analysis (max. value) ^{d)}						
	Input Acc.	f a)	100	Disp. (mm)	EQ Model			NL Model		
	(G)	$({\rm H_z})$	(G)		$\mathop{(\mathrm{H_{z}})}^{\mathrm{f_{0}}}$	Acc. (G)	Disp. (mm)	$ \substack{ \mathbf{f}_0 \\ (\mathbf{H}_z) } $	Acc. (G)	Disp. (mm)
RUN1	0.054	13.2	0.212	0.29	$\underset{\left(1.01\right)}{13.3}$	$\begin{array}{c} 0.207 \\ (0.98) \end{array}$	$\underset{(0.97)}{0.28}$	$ \begin{array}{c} 13.2 \\ (1.00) \end{array} $	$\begin{array}{c} 0.208 \\ (0.98) \end{array}$	$\begin{array}{c} 0.29 \\ (1.00) \end{array}$
RUN2d	0.310	b)	0.619	1.05	$(-)^{12.2}$	$\begin{array}{c} 0.618 \\ (1.00) \end{array}$	$\begin{array}{c} 0.98 \\ (0.93) \end{array}$	$(-)^{11.4}$	$\begin{array}{c} 0.628 \\ (1.01) \end{array}$	$1.29 \\ (1.23)$
RUN3	0.358	11.3	0.718	1.63	$\begin{array}{c} 10.7 \\ (0.95) \end{array}$	$\begin{array}{c} 0.663 \\ (0.92) \end{array}$	$\underset{(0.85)}{1.39}$	$\underset{(0.96)}{10.9}$	$\begin{array}{c} 0.699 \\ (0.97) \end{array}$	$1.73 \\ (1.06)$
RUN4	0.588	9.0	0.899	3.72	$\binom{8.42}{(0.94)}$	$\substack{0.904\\(1.01)}$	$3.04 \\ (0.82)$	$9.54 \\ (1.06)$	$\begin{array}{c} 0.955 \\ (1.06) \end{array}$	$3.69 \\ (0.99)$
$\mathrm{RUN5}^{\mathrm{c})}$	1.254	7.7	1.37	18.2	$\begin{array}{c} 6.29 \\ (0.82) \end{array}$	$\underset{(0.99)}{1.35}$	$8.18 \\ (0.45)$	$7.81 \\ (1.01)$	$\begin{array}{c} 1.27 \\ (0.93) \end{array}$	$ \begin{array}{c} 18.1 \\ (0.99) \end{array} $

Table 2Comparison of test and model dominant frequency (f_0) , maximum acceleration response, and maximum displacement
response of the top slab (The values in parentheses indicate the analysis/test ratio.)

 $^{a)}$ Dominant frequency of the test result was calculated by obtaining the transfer function from the small amplitude vibration test.

^{b)} Small amplitude vibration test to calculate the dominant frequency was not conducted before RUN2d because the specimen responses in the previous steps (RUN1 and RUN2) were in the elastic region.

^{c)} The results of RUN5 were calculated as the maximum response values for the results up to around 3.9 s before the ultimate fracture.

^{d)} The color of each cell indicates the maximum difference from the test results, with: 25% or more, black; 15% or more, gray; and less than 15%, no color.



Fig. 8 Comparison of analysis and test on acceleration response of top slab for (a) EQ Model and (b) NL Model

の知見として捉えることはできるものの,これら設定について,改良の余地は十分に残されているものと考えられる。

Figures 8,9 それぞれに RUN1, RUN4 および RUN5 の上部スラブの加速度応答波形,変位応答波形の試験結果 と解析結果の比較を示す。

RUN1 は弾性挙動を示していると考えられ,試験結果 と解析結果で良好な対応関係にあり,最大値や波形形状も 合致している。RUN4 は,加振レベルを 2.0×10⁻³ 程度 に設定していることから,RC 耐震壁のせん断ひびわれの 本数が急激に増え始めており,RUN1に比べ波形の長周 期化がみられる。解析結果は、いずれのモデルも4.5秒付 近まで試験結果の波形形状をよく再現しており,その傾向 をよく捉えているものの,4.5秒以降は,解析結果と試験 結果の間で差異が大きい。これは、4.5秒の直前に試験結 果が最大応答加速度を経験していることから,試験結果の 塑性進展具合を解析でうまく捉えられていないことが一因 と考えられる。RUN5では、3.9秒付近で試験体にせん断 すべり破壊が生じ,試験結果ではそれ以降,波形が長周期 化している。加速度応答の解析結果は、いずれのモデルも

日本原子力学会和文論文誌(2021), Advance Publication by J-stage

論 文(市原,他)



Fig. 9 Comparison of analysis and test on displacement response of top slab for (a) EQ Model and (b) NL Model



Fig. 10 Comparison of analysis and test on inertia force-displacement relationships for (a) EQ Model and (b) NL Model

試験体にせん断すべり破壊が生じる 3.9 秒付近までその傾 向をよく再現している。一方,変位応答は,NLモデルで 良好な対応関係を示しているものの,EQモデルでは破壊 直前の最大値を十分に再現しきれていない。これは,せん 断ひずみ調整係数等の値を試験結果の最大応答加速度によ く一致するよう設定したことが一因と考えられるものの, 試験結果に含まれる破壊に至る直前の急激な応答の変化に 対しては,等価線形解析の適用限界と考えられる。 Figure 10 に RUN1, RUN4 および RUN5 の加速度応 答波形に上部スラブと付加マスの質量を乗じて求めた慣性 力と上部スラブの変位応答波形の関係を示す。なお, EQ モデルの解析は, 複素剛性に履歴減衰が含まれているた め,完全な線形関係を示さず, 楕円状のループを描く結果 となっている。また, RUN5 では, 試験結果が 3.9 秒付 近で最大耐力に達した後, 大きな履歴ループを描くため, 本図においては最大耐力に達するまでの波形を用いて慣性 力-変位応答関係の比較を行った。

RUN1 は線形であり、NL モデルに比べ EQ モデルの履 歴ループの膨らみがやや大きい。RUN4では、耐震壁の 非線形化がかなり進行しており、試験結果の履歴ループの 膨らみが顕著になっている。いずれのモデルも最大慣性力 付近まではその傾向をよく捉えている。しかし, EQ モデ ルでは試験結果に含まれる履歴ループの膨らみを十分に現 しきれていない。RUN5では、試験結果の変位応答がお よそ 10 mm に達したときに最大耐力が表れ、その後、大 きな履歴ループを描くとともに、非線形性が強くなってい る。いずれのモデルも試験前半の最大耐力までは比較的よ く再現している。一方で,NL モデルでは変位応答がおよ そ 5.5 mm のときに最大耐力に達しており、試験結果の履 歴ループと比較して最大耐力に達するまでの傾き(剛性)に 差がある。これは、Fig. 8 および Fig. 9 より、試験結果 が最大応答加速度に達するより前に NL モデルが最大応答 加速度を示しているためと考えられ, NL モデルの変位応 答が試験結果の変位応答に比べ小さいことから, NL モデ ルの剛性が試験結果の剛性に比べやや高く設定されている ことが一因と考えられる。試験後半の最大耐力に達した後 は,破壊が進行し,試験結果にさらに大きな履歴ループが 現れ始める。NL モデルでは、最大耐力に達した後の比較 的大きな履歴ループに対しても良好な対応関係がみられ, その傾向をよく追跡している。一方で, EQ モデルはその 傾向を十分に再現することができていない。

Figure 11 に RUN1, RUN4 および RUN5 の上部スラ ブの加速度応答スペクトル(減衰定数 h=5%)の試験結果 と解析結果の比較を示す。

RUN1は、これまでの比較でみられたように、応答ス ペクトルが試験結果とよく一致する。RUN4では、試験 体の非線形性がかなり進展しているため、試験結果のピー ク位置が長周期側にずれるとともに、RUN1 でみられた 単峰のピークが2つに分割されている。RUN5では、こ のピークが3つに分割され、中央のピークが最も大きい。 これは、応答スペクトルを求める際に加振時間すべての データを使用しているためであり,加振初期に現れる低周 期側のピークが、加振中に進行する試験体の塑性状況に応 じて長周期側に移行しているものと考えられる。RUN4 の解析結果は、いずれのモデルも 0.1 秒付近の試験結果の ピークと一致しており、加振初期の応答をよく捉えてい る。RUN5では、NLモデルで3つに分割された試験結果 のピークをよく再現しているのに対し、EQ モデルでは中 央付近のピークと良好な対応関係にある。EQ モデルは, 加振中に現れるせん断すべり破壊等の急激な応答の変化を 再現することができないため、平均的な応答である中央付 近のピークを捉えているものと考えられる。

Figure 12 に RUN4 および RUN5 のウェブ壁の最大 せん断ひずみの EQ モデルと NL モデルの比較を示す。

NLモデルは、シェル要素ごとに RC 材料の非線形性を 考慮しているため、RUN4 で $y=2.0 \times 10^{-3}$ を超える要素 が耐震壁の対角線上に現れ、破壊が耐震壁脚部から進展し ていく様子がわかる。RUN5 では、耐震壁上部を除くす べての範囲で破壊を示すせん断ひずみ $y=4.0 \times 10^{-3}$ を超 える要素が現れており、特に耐震壁中央部から下部にかけ て最大せん断ひずみが $y=5.0 \times 10^{-3}$ を超えている。その 傾向は、Fig. 3 に示す RUN4 終了時および RUN5 終了時



Fig. 11 Comparison of analysis and test on acceleration response spectra of top slab for (a) EQ Model and (b) NL Model





Fig. 12 Comparison of maximum shear strain of web wall for (a) EQ Model (RUN4), (b) NL Model (RUN4), (c) EQ Model (RUN5), and (d) NL Model (RUN5)

のひびわれ状況と比較して, 試験結果にみられる耐震壁脚 部よりやや上部、中央寄りに発生したせん断すべり破壊を 再現するまでには至らないものの、ある程度精度よく塑性 進展具合を捉えることができているものと考えられる。一 方で, EQ モデルは, Fig. 5 に示すとおり, ウェブ壁の上 下を2枚の非線形せん断パネルに等分割し、それぞれの パネルに対して等価剛性および等価減衰を評価しているた め、RUN4、RUN5の最大せん断ひずみの評価において は、耐震壁上部と下部で非線形せん断パネルを用いたこと による差が生じている。このとき, ウェブ壁内部の塑性化 の程度は、耐震壁下部の方が大きく、最大せん断ひずみは RUN4 で $\gamma = 1.5 \times 10^{-3}$ 程度, RUN5 で $\gamma = 4.1 \times 10^{-3}$ 程 度を示している。その傾向は、Fig. 3のひびわれ状況と比 較して,パネルごとに等価剛性を評価している影響もあ り、その範囲内である程度平均化された概略的な塑性進展 具合を再現しているものと考えられる。

V. まとめ

原子力発電所施設の RC 耐震壁の非線形挙動を考慮した 三次元 FEM による地震応答解析では、これまで RC 構成 則を用いた非線形解析が一般的に行われてきた。一方、海 外では、振動数に依存しない複素減衰を用いた周波数領域 での建屋-地盤相互作用解析が主流のため、Multistep method や Ghiocel *et al.*^{16~18)}等の等価線形的なアプロー チにより、その非線形性を近似的に考慮する試みが行われ てきた。本報は、このうち後者の考えに基づき、過去に OECD/NEA による国際コンペで使用された NUPEC 振 動台試験を対象に、弾性から終局に至るまでの試験結果 (RUN1 から RUN5)に対する等価線形解析の適用性を検 討した。なお、本報では、比較のために RC 構成則による 非線形解析も実施し、等価線形解析と同様の視点で考察を 行った。その結果、以下に示す知見が得られた。

(1) NLモデルによる非線形解析は、既往のシミュレーション解析結果と比較して同程度の精度で最大応答加速度および最大応答変位を再現することができた。また、RUN1からRUN5までの弾性から終局に至るまで(せん断ひずみy=4.0×10⁻³程度まで)の卓越振動数、最大応答加速度および最大応答変位

の試験結果とよく一致した。さらに、応答加速度お よび応答変位の波形形状、慣性力-変位関係、加速 度応答スペクトル、RC 耐震壁のせん断ひずみにお いても試験結果と良好な対応関係が得られた。

- (2) これに対しEQモデルは、復元力特性に JEAG4601のスケルトンカーブ,履歴曲線にCMS モデルを用い、せん断ひずみ調整係数に0.70を採 用することで、NL モデルと同等の最大応答加速度 を RUN5 まで再現することができた。最大応答変 位については、等価減衰の上限に9%のカットオフ を設けることで、RUN4(せん断ひずみγ=2.0× 10⁻³ 程度まで)までの最大応答変位に良好な対応関 係がみられた。さらに, RUN1から RUN4 までの 卓越振動数、応答加速度および応答変位の波形形 状,慣性力-変位関係,加速度応答スペクトルにお いても NL モデルと同等の試験結果を再現すること ができた。一方で、RUN5のせん断すべり破壊時 の応答性状は、試験結果に含まれる破壊直前の急激 な応答特性の変化に伴う変位の増大までは再現でき ず,NLモデルよりも応答変位を過小評価する結果 となった。
- (3) (2)に示すとおり、EQモデルは、RUN4までの応答 でNLモデルと同程度の応答が期待できるものの、 現状、以下のような課題があるものと考えられる。
 - ・本報における等価剛性および等価減衰の設定 は、JEAG4601のスケルトンカーブ、CMSモ デルに依存しているため、地盤の等価線形解析 でみられる任意のG-y曲線およびh-y曲線に 対応した評価となっていない。また、その設定 は、複数の要素を1つにグルーピングした非 線形せん断パネルに対して行われるため、要素 ごとに収束計算を行う非線形解析結果と比較し て、局所的に生じる最大せん断ひずみを捉える ことができていない。
 - 地盤の非線形解析では、等価線形解析の適用範囲として支持地盤の剛性低下率の平均値で0.7の下限値が示されているものの、RCの等価線形解析においては同様の下限値が示されていな

い。本報で一応の適用範囲を示したものの, せ ん断ひずみ調整係数や減衰調整係数, 非線形せ ん断パネル等の設定に関するより定量的な検討 が必要である。

以上,本報では,RC材料の非線形性の影響を近似的に 評価する等価線形解析手法に着目し,(2)に示す解析条件を 設定することで,RUN4(せん断ひずみ $y=2.0 \times 10^{-3}$ 程 度)までの非線形解析結果と同等の解析精度が得られるこ とを確認した。原子力発電所施設建屋の耐震安全性評価で は,基準地震動 S_s に対する検討としてRC耐震壁に対し $y=2.0 \times 10^{-3}$ 以下の許容限界を定めており²²⁾,RUN4ま での解析精度があれば,本手法は十分有用であるといえ る。一方で,本手法は,せん断ひずみ調整係数他,パラ メータ設定が限定的であり,限られたケースでの検討であ ることから,1つの知見として捉えることはできるもの の,原子炉建屋等の原子力発電所施設に適用するために は,より複雑な建屋やそのほかの試験結果との照合を通し た十分な検証が必要であると考えられる。これについて は,今後の課題としたい。

本論の作成に当たっては,日本原子力研究開発機構の西 田明美氏,塩見忠彦氏に解析等で多大な御協力を頂きまし た。ここに記して謝意を表します。

一参考文献一

- Y. Ichihara, H. Moritani, K. Kobayashi, H. Yamazaki, M. Ohashi, Analysis of Influential Factors that Contribute to Precise Estimation of Three-Dimensional Seismic Building Behavior of Nuclear Facilities and Examinations of Applicability of its Setting Methods, NRA technical report series, No. NTEC-2021-4002, NRA (2021), [in Japanese].
- 2) K. Watanabe, R. Kikuchi, G. Toneda, K. Motohashi, A. Suzuki, "The simulation analysis of the reactor buildings on Chuetsu-oki earthquake at Kashiwazaki-Kariwa Nuclear Power Plant: Part 3 results of analysis of the R/B Unit 7," Summaries of Tech. Pap. Annu. Meeting Architectural Inst. Jpn., 1023-1024 (2008), [in Japanese].
- 3) K. Hijikata, R. Kikuchi, Y. Nukui, A. Imamura, F. Yagishita, T. Mase, H. Yoshida, K. Yoshida, K. Koyamada, T. Shiomi., "Dynamic Response of Unit No.7 Reactor Building during the Niigataken Chuetsu-oki earthquake in 2007," J. Struct. Constr., AIJ, 76[660], 319–327 (2011), [in Japanese], https://doi.org/10.3130/aijs.76.319.
- International Atomic Energy Agency (IAEA), Guidance Document PART 1: K-K Unit 7 R/B Structure-Phase I, II and III, IAEA, Vienna (2012).
- C. Song, K. Maekawa, "Dynamic nonlinear finite element analysis of reinforced concrete," *J. Faculty Eng.*, The University of Tokyo (B), XLI, 1, 73-158 (1991).
- OECD/NEA/CSNI, Seismic Shear Wall ISP NUPEC's Seismic Ultimate Dynamic Response Test - Comparison Report, NEA/CSNI/R (96)10, OECD/GD (96)188 (1996).
- 7) Y. Kitada, K. Akino, K. Terada, H. Aoyama, A. Miller.,

"Report on seismic shear wall international standard problem organized by OECD/NEA/CSNI," *Trans. 14th Int. Conf. on Structural Mechanics in Reactor Technology*, 321-332 (1997).

- N. Ile, J. M. Reynouard, E. Fleury, O. Merabet, C. Duval., "Dynamic nonlinear 2D and 3D analysis of RC shear wall under seismic loading," *Trans. 14th Int. Conf. on Structur*al Mechanics in Reactor Technology, 393-400 (1997).
- 9) D. Aquaro, G. Forasassi, C. Harghel, "Ultimate seismic analysis of shear walls by a FEM code," *Trans. 15th Int. Conf. on Structural Mechanics in Reactor Technology*, VIII-298-304 (1999).
- 10) K. Naganuma, K. Yonezawa, O. Kurimoto, H. Eto, "Simulation of nonlinear dynamic response of reinforced concrete scaled model using three-dimensional finite element method," 13th World Conf. on Earthquake Engineering (2004).
- 11) M. Ueda, H. Seya, H. Taniguchi, A. Kambayashi, "Nonlinear analysis on RC shear wall shaking table test," *Trans.* 14th Int. Conf. on Structural Mechanics in Reactor Technology, 433-440 (1997).
- 12) N. Nakamura, N. Tsunashima, T. Nakano, E. Tachibana, "Analytical study on energy consumption and damage to cylindrical and I-shaped reinforced concrete shear subjected to cyclic loading," *Eng. Struct.* **31**, 999–1009 (2009). https://doi.org/10.1016/j.engstruct.2008.12.013.
- 13) S. Akita, N. Nakamura, M. Miake, T. Suzuki, T. Kinoshita, T. Nakano., "Study of damage index of reinforced concrete shear wall based on consumed energy using 3D FEM," *AIJ J. Tecnol.*, **19**[41], 77-82 (2013), [in Japanese], https:// doi.org/10.3130/aijt.19.77.
- 14) B. Richard, F. Voldoire, M. Fontan, J. Mazars, T. Chaudat, S. Abouri, N. Bonfils., "SMART 2013: Lessons learned from the international benchmark about the seismic margin assessment of nuclear RC buildings," *Eng. Struct.*, 161, 207-222 (2018). https://doi.org/10.1016/j.engstruct.2015. 11.029.
- 15) American Society Civil Engineering (ASCE), Seismic Analysis of Safety-Related Nuclear Structures/American Society of Civil Engineers, ASCE/SEI 4-16, ISBN (print): 9780784413937 (2017).
- 16) D. Ghiocel, L. Todorovski, "Fast nonlinear seismic soilstructure interaction (SSI) analysis of nuclear shear wall concrete structures subjected to review level earthquake," *Trans. 22th Int. Conf. on Structural Mechanics in Reactor Technology* (2013).
- 17) D. Ghiocel, "Nonlinear seismic soil-structure (SSI) analysis using an efficient complex frequency approach," Second Eur. Conf. on Earthquake Engineering and Seismology (2014).
- 18) D. Ghiocel, Y. Jang, I. Lee, "Fast nonlinear seismic SSI analysis of low-rise concrete shear wall buildings for design-level (DBE) and beyond design-Level (BDBE)," *Trans. 24th Int. Conf. on Structural Mechanics in Reactor Technology* (2017).
- 19) P. B. Schnabel, J. Lysmer, H.B. Seed et al., SHAKE-A Computer Program for Earthquake Response Analysis of Horizontally Layered Sites, Report No. EERC72-12, EERC (1972).

- 20) E. Kausel, D. Assimaki, D, "Seismic simulation of inelastic soils via frequency-dependent moduli and damping," ASCE J. Eng. Mech., 128[1] (2002), https://doi.org/ 10.1061/(ASCE)0733-9399(2002)128:1(34).
- 21) N. Yoshida, S. Kobayashi, I. Suetomi, K. Miura, "Equivalent linear method considering frequency-dependent characteristics of stiffness and damping," J. Soil Dynamics Earthquake Eng., 22[3] (2002), https://doi.org/10.1016/ S0267-7261(02)00011-8.
- 22) Japan Electric Association (JEA), Technical Code for Seismic Design of Nuclear Power Plants JEAC-4601-2015, JEA (2017), [in Japanese].
- 23) Nuclear Power Engineering Corporation (NUPEC), 原子 炉建屋の弾塑性試験 動的復元力に係わる試験 報告書, NUPEC (1992), [in Japanese].
- 24) Ghiocel Predictive (GP) Technologies, Inc., ACS SASSI Version 4.1 (IKTR1) Main Software User Manual Revision 2, GP Technologies Inc, New York, USA (2019).
- 25) ITOCHU Techno-Solutions Corporation, FINAS/STAR Version2015r170210 User Manual, ITOCHU Techno-Solutions Corporation, Tokyo, Japan (2017).
- 26) ANSYS, Inc., Website of ANSYS, Inc., ANSYS, Inc. (2021), [Internet], http://www.ansys.com/, (cited 2021 February 6).
- 27) Ghiocel Predictive (GP) Technologies, Inc., ACS SASSI Version 3.0 (IKTR5) Main Software User Manual Revision

4, GP Technologies Inc, New York, USA (2016).

- 28) Japan Electric Association (JEA), Technical Guidelines for Aseismic Design of Nuclear Power Plants, JEAG-4601-1991 Supplement, JEA (1991), [in Japanese].
- 29) Y. Cheng, G. Mertz, "Inelastic seismic response of reinforced concrete low-rise shear walls of building structures," University of Missouri-Rolla, Department of Civil Engineering, Civil Engineering Study Structural Series 89-30, University of Missouri-Rolla (1989).
- 30) J. Izumo, H. Shima, H. Okamura, 面内力を受ける鉄筋コ ンクリート板要素の解析モデル, Concrete research and technology No.87.9-1, 107-120 (1987), [in Japanese], https://doi.org/10.3151/coj1975.25.9_107.
- 31) K. Maekawa, N. Fukuura, "Re-formulation of spatially averaged RC constitutive model with quasi-orthogonal bidirectional cracking," JSCE No.634/V-45, 177-195 (1999), [in Japanese], https://doi.org/10.2208/jscej.1999.634_157.
- 32) K. Muroi, Y. Inada, T. Nagashima, M. Kanechika, K. Akino, "Dynamic restoring force characteristics of reinforced concrete shear wall in reactor building," *J. Struct. Constr.*, AIJ, No. 501, 65–72 (1997), [in Japanese], https://doi.org/10.3130/aijs.62.65_4.
- 33) K. Fukushima, N. Teramoto, N. Inoue, "Dynamic nonlinear analysis of RC shear walls by quasi-3 dimensional finite element method," J. Struct. Eng., 45B., AIJ, 305-312 (1999), [in Japanese],