本資料のうち,枠囲みの内容は, 営業秘密又は防護上の観点から 公開できません。

東海第二発電	電所 工事計画審査資料
資料番号	補足-400-1 改10
提出年月日	平成 30 年 10 月 3 日

建物・構築物の地震応答解析についての補足説明資料

補足-400-1 【地震応答解析における既工認と今回工認の解析モデル及び

手法の比較】

平成 30 年 10 月 日本原子力発電株式会社

1.	概要	1
2.	地震応答解析モデル及び手法の比較	2

- 別紙 1-1 原子炉建屋の地盤接地状況と埋込みSRモデルの適用性について
- 別紙 1-2 原子炉建屋の地震応答解析モデルの変更について
- 別紙1-3 原子炉建屋の地震応答解析モデルについて 補足 シミュレーション解析に用いる入力地震動の算定について
- 別紙 1-4 原子炉建屋の地震時の基礎浮上りの評価法について
- 別紙 2-1 使用済燃料乾式貯蔵建屋で用いる有効入力動の適用性について
- 別紙 2-2 使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震応答解析モデルの変更について
- 別紙 2-3 使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震応答解析モデルについて

1. 概要

本資料は,原子炉建屋及び使用済燃料乾式貯蔵建屋の既工認時及び今回工認時の地震応答解析 モデル及び手法の比較を示すものである。

また、本資料は、以下の資料の補足説明をするものである。

・添付書類「V-2-2-1 原子炉建屋の地震応答計算書」

・添付書類「V-2-2-4 使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震応答計算書」

2. 地震応答解析モデル及び手法の比較

建屋の地震応答解析モデル及び手法の比較を表 2-1 及び表 2-2 に示す。鉛直モデルの諸元の設 定方法を表 2-3 に示す。また、今回工認時の地震応答解析モデルを図 2-1 及び図 2-2 に示す。 比較に用いる既工認時の地震応答解析モデル及び手法は、建設工認のものである。

項目	内容	既工認時*1*2	今回工認	備考
入力地震	水平	設計用地震波を人工岩盤下端	基準地震動を用いて、一次元波動	(1)
動の算定		に直接入力	論により算定	
法	鉛直		基準地震動を用いて、一次元波動	(1)
		_	論により算定	
解析:	コード	—	DAC3N V97	_
建屋の	モデル	質点系モデル	同左	(2)
モデル化	材料物性	検討時の規準に基づき設定	適用規準の見直しによる再設定	(3)
		 ・コンクリートのヤング係数, 	・コンクリートのヤング係数,	
		ポアソン比	ポアソン比	
		$E=2.06\times10^4 \text{ N/mm}^2$	$E=2.21\times10^4 \text{ N/mm}^2$	
		(SI 換算)	v = 0.2	
		$\nu = 0.167$	鉛直モデル用:	
			・鋼材のヤング係数,ポアソン比	
			$E=2.05\times10^5 \text{ N/mm}^2$	
			v = 0.3	
	剛性評価	耐震壁を考慮	同左	(2)
	減衰定数	RC: 5%	・水平方向:RC:5%	—
			・鉛直方向:RC:5%,	
			鋼材:2%	
地盤の	底面ばね	水平及び回転ばねを考慮	・水平方向:水平及び回転ばねを	(4)
モデル化		(Timoshenko, Barkan, 田治見	考慮	
		等の式による値から設定)	・鉛直方向:鉛直ばねを考慮	
	側面ばね*3	考慮せず	・水平方向 : 水平ばねを考慮	
			・鉛直方向:考慮せず	
非線形	耐震壁	考慮せず	・水平方向:考慮	(4)
特性			・鉛直方向:考慮せず	
	底面ばね	考慮せず	・水平方向:接地率 75%を下回る	
			場合、基礎浮上りによる幾何学	
			的非線形性考慮	
			・鉛直方向:考慮せず	

表 2-1 地震応答解析モデル及び手法の比較(原子炉建屋)

注記 *1:建設工認時は、水平方向のみ地震応答解析を実施し、鉛直方向は静的地震力を考慮

*2:東海第二発電所『既工事計画認可申請書第1回 資料Ⅲ-1-4「原子炉建屋の地震応答計算書」 (47 公第 12076 号 昭和 48 年 4 月 9 日認可)』

*3: 地盤接地状況を踏まえ側面ばねを考慮。地盤接地状況及びその適用性について別紙 1-1 に示す。

具体的な反映事項(表の備考欄に対応)

(1) 解放基盤で定義される基準地震動を用いて、一次元波動論により算定した。水平方向では基礎下端及び側面地盤位置での応答波を、鉛直方向では基礎下端位置での応答波を入力した。

- (2) 人工岩盤はモデル化範囲から除外,下屋部に積雪荷重の考慮,せん断断面積でクレーン階の壁付 柱の突出部の断面積無視に変更等。変更の内容について別紙 1-2 に示す。
- (3)「鉄筋コンクリート構造計算規準・同解説」((社)日本建築学会,1999)及び「鋼構造設計規準」 ((社)日本建築学会,2005)に基づく。
- (4)「原子力発電所耐震設計技術指針JEAG4601-1991 追補版」((社)日本電気協会)に基づく。

-75 H	中应			(井) 十九
	内谷	成上認時	今回上認	加ろ
入力批震	水亚	基準地震動を用いて,一次元波	三次元薄層要素法による杭の拘束	(1)
利加度		動論により算定	効果を考慮した有効入力動	
勁 V 异 / L	い古		三次元薄層要素法による杭の拘束	(1)
	如但	_	効果を考慮した有効入力動	
解析=	ード	NORA	NORA2D Ver.01.03.00	_
	モデル	質点系モデル	同左	(2)
		検討時の規準に基づき設定	適用規準の見直しによる再設定	(3)
		 ・コンクリートのヤング係数, 	・コンクリートのヤング係数,	
		ポアソン比	ポアソン比	
		$E=2.26 \times 10^4 \text{ N/mm}^2$	$E = 2.25 \times 10^4 \text{ N/mm}^2$	
	材料物性	(SI 換算)	v = 0.2	
建屋の		v = 0.167	鉛直モデル用:	
モデル化			・鋼材のヤング係数、ポアソン比	
			$E = 2.05 \times 10^5 \text{ N/mm}^2$	
			v = 0.3	
	剛性評価	耐震壁を考慮	同左	(2)
	減衰定数	RC: 5%	・水平方向:RC:5%	_
			・鉛直方向:RC:5%,	
			鋼材:2%	
		水平及び回転ばねを考慮	・水平方向:水平及び回転ばねを	(4)
		(三次元薄層要素法により算	考慮	
地盤の	底面ばね	定)	・鉛直方向:鉛直ばねを考慮	
モデル化			(水平、回転及び鉛直ばねとも三	
			次元薄層要素法により算定)	
		考慮せず	 水平方向:考慮 	(4)
 非線形	耐震壁		・鉛直方向・老盧せず	
特性		老庸みず	・水平方向・老庸せず	
	底面ばね		 ・鉛直方向: 考慮せず 	

表 2-2 地震応答解析モデル及び手法の比較(使用済燃料乾式貯蔵建屋)

注記 *1:建設工認時は、水平方向のみ地震応答解析を実施し、鉛直方向は静的地震力を考慮

 *2:東海第二発電所『既工事計画認可申請書(平成11年6月24日付け発管発第64号) 資料 IV-2-3_使用済燃料乾式貯蔵建屋の耐震性についての計算書』(平成11・06・25 資 第1号 平 成11年9月2日認可)

具体的な反映事項(表の備考欄に対応)

- (1)既工認時は、解放基盤で定義される基準地震動を用いて、一次元波動論により算定した。今回工 認は一次元波動論により算定した入力地震動に、三次元薄層要素法により杭の拘束効果を考慮し た有効入力動として設定する。入力位置は、既工認と同じく基礎下端位置とする。有効入力動の 適用性について別紙 2-1 に示す。
- (2) 変更の内容について別紙 2-2 に示す。
- (3)「鉄筋コンクリート構造計算規準・同解説」((社)日本建築学会,1999)及び「鋼構造設計規準」 ((社)日本建築学会,2005)に基づく。
- (4)「原子力発電所耐震設計技術指針JEAG4601-1991 追補版」((社)日本電気協会)に基づく。

表 2-3 鉛直モデルの諸元の設定方法

部位	質量	剛性	備考
耐震壁・柱	鉛直モデルに対応する水平モ	水平方向モデルにおいて剛性	
	デルの質点の質量	を考慮している耐震壁の全軸	
		断面積及び鉛直剛性として考	_
		慮できる柱の軸断面積の和よ	
		り軸剛性を算出	
屋根トラス	質点の支配面積より算出	曲げ変形とせん断変形を生じ	
		る質点系の曲げせん断梁モデ	—
		ルとして剛性を算出	

(a) 原子炉建屋

(b) 使用済燃料乾式貯蔵建屋

部位	質量	剛性	備考
耐震壁・柱	鉛直モデルに対応する水平モ	水平方向モデルにおいて剛性	
	デルの質点の質量を算出	を考慮している耐震壁の全軸	
		断面積及び鉛直剛性として考	貯蔵エリアの
		慮できる柱の軸断面積の和よ	標準スパン
		り軸剛性を算出	(支配幅 7 m)
屋根トラス	質点の支配面積より算出	曲げ変形とせん断変形を生じ	に対して算出
		る質点系の曲げせん断梁モデ	
		ルとして剛性を算出	











(b) EW 方向





別紙 1-1 原子炉建屋の地盤接地状況と

埋込みSRモデルの適用性について

1. 质	原子炉建屋の地盤接地状況と埋込みSRモデルの適用性について	別紙	1-1-1
1.1	原子炉建屋の地盤接地状況・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	別紙	1-1-1
1.2	建屋埋込み効果の適用条件・評価手法に関する規格・基準類等の記載	別紙	1-1-1
1.3	埋込みSRモデルの適用性について	別紙	1-1-1

1. 原子炉建屋の地盤接地状況と埋込みSRモデルの適用性について

原子炉建屋の地震応答解析では,水平方向の地震応答解析モデルに側面地盤ばねを考慮している。建屋埋込み効果の適用条件・評価手法に関する規格・基準類等の記載を確認し,原子炉建屋の埋込み効果を考慮することの妥当性を確認する。

1.1 原子炉建屋の地盤接地状況

原子炉建屋の周辺建屋の概要及び埋込み状況を図 1-1 に示す。網掛けで示す範囲が、周辺地 盤と接している範囲である。西面、東面及び南面の3面の大部分が周辺地盤と接しており、そ の占める割合が面積で 75 %以上となっている。

1.2 建屋埋込み効果の適用条件・評価手法に関する規格・基準類等の記載

「原子力発電所耐震設計技術指針JEAG4601-1991 追補版((社)日本電気協会)」(以下「JEAG4601-1991 追補版」という)において引用されている「建屋埋込み効果の評価法の標準化に関する調査報告書¹⁾」(以下「標準化報告書」という)によると,埋込み効果を見込むためには,建屋は少なくとも3面が埋め込まれていることが必要であるとされている。

また,「原子力発電所耐震設計技術規程JEAC4601-2008((社)日本電気協会)²⁾」(以 下「JEAC4601-2008」という)では、NOVAKの側面ばねを用いた埋込みSRモデ ルを適用できる条件として,「埋め込み基礎の接触状況が構造物の応答に与える影響について³⁾」 等の文献の結果等をもとに,建物・構築物の地下部分の大部分(3面または面積で75%以上) が周辺地盤と接している場合には,全面埋込みと同様な埋込み効果が期待できるものとしてい る。

1.3 埋込みSRモデルの適用性について

原子炉建屋の地盤接地状況は面積で 75 %以上となっており,建屋埋込み効果の適用条件・ 評価手法に関する規格・基準類等の記載に基づき,原子炉建屋の埋込み効果を考慮することの 妥当性を確認した。

図 1-1 (1/2) 原子炉建屋の周辺建屋の概要及び埋込み状況



【参考文献】

- 1)建屋埋込み効果の評価法の標準化に関する調査報告書((社)日本電気協会 電気技術基準 調査委員会,昭和62年6月)
- 2) 原子力発電所耐震設計技術規程 JEAC4601-2008((社) 日本電気協会)
- 3) 吉田一博,萩原哲也:埋め込み基礎の接触状況が構造物の応答に与える影響について,第
 11 回日本工学シンポジウム,2002, pp1287-1292

別紙 1-2 原子炉建屋の地震応答解析モデルの変更について

1.	概要	別紙	1-2-1
2.	原子炉建屋の地震応答解析モデルの変更について・・・・・・・・・・・・・・・・・・	別紙	1-2-2
2.	.1 人工岩盤の考慮方法の変更・・・・・・	別紙	1-2-2
2.	.2 クレーン階における変更・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	別紙	1-2-3
2.	.3 積雪荷重による変更・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	別紙	1-2-4
2.	.4.4 階の壁剛性の変更	別紙	1-2-5
3.	固有値解析結果の比較・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	別紙	1-2-8

1. 概要

原子炉建屋の水平方向の地震応答解析モデル(以下「R/B 今回工認モデル」という。)は、基本 的に建設工認時の地震応答解析モデル(以下「R/B 建設工認モデル」という。)に基づいて設定し ているが、解析モデルの精緻化等を目的とし、R/B 建設工認モデルから変更を行っている。本資 料では、変更の概要を示す。

図 1-1 に地震応答解析モデルの変更箇所の概要を示す。



- 2. 原子炉建屋の地震応答解析モデルの変更について
- 2.1 人工岩盤の考慮方法の変更

R/B 建設工認モデルにおいては、人工岩盤(EL. -9.0 m~EL. -17.0 m)を地震応答解析モデルに含めてモデル化していた。R/B 今回工認モデルにおいては、人工岩盤については、東北地方太平洋沖地震のシミュレーション解析で保守的な結果(別紙1-3 参照)となったことから、支持地盤として考慮するものとし、地震応答解析モデルは EL. -9.0 mの基礎スラブ下端位置までをモデル化する。図 2-1 に地震応答解析モデルの比較を示す。



図 2-1 地震応答解析モデルの比較

- 2.2 クレーン階における変更
 - (1) 重量の変更

R/B 建設工認モデルにはクレーン重量が考慮されていなかったが, R/B 今回工認モデルでは, クレーンの重量を考慮することとし, EL. 57.0 mの質点重量及び回転慣性重量を変更した。

(2) せん断断面積の変更

R/B 建設工認モデルにおいては、オペフロ上部(EL.46.50 m~EL.57.00 m)のせん断断面積 として、耐震壁と壁付柱の突出部の断面積を考慮して、せん断断面積を算定していた。R/B 今 回工認モデルにおいては、耐震壁のみでせん断断面積を算定する。図 2-2 にせん断断面積を評 価する耐震壁を示したオペフロ階(EL.46.50 m~EL.57.00 m)の平面図を示す。



2.3 積雪荷重による変更

R/B 今回工認モデルにおいては、多雪地域ではないが、原子炉建屋の地震応答解析に積雪荷 重を考慮することとする。

R/B 今回工認モデルに積雪荷重を新たに加える原子炉建屋付属棟の部位を図 2-3 に示す。

原子炉建屋原子炉棟(以下「原子炉棟」という。)については,平成22年に屋根トラスの裕 度向上工事として重量低減措置を実施している。原子炉棟の積雪荷重を考慮した屋根荷重に, 裕度向上工事による低減重量を差し引くと,原子炉棟の屋根荷重は586 kgf/m²となる。建設工 認時の設計図書では原子炉棟の屋根荷重を600 kgf/m²として質点重量を算定しており,積雪荷 重を考慮した現状の屋根荷重とほぼ同等であることを踏まえて, R/B 建設工認モデルの値から の変更は行わない。



2.4 4階の壁剛性の変更

R/B 建設工認モデルにおいて示されている EL. 38.8 m~EL. 34.7 mのせん断断面積及び断面 2 次モーメントには、使用済燃料プールの壁を考慮している。使用済み燃料プールの壁は、シェ ル壁と内部ボックス壁に接続されシェル壁と一体として挙動すると考えられるため、剛性評価 に考慮していた。EL. 34.7 mは使用済み燃料プールの底版の上端レベルに相当するが、当該レ ベルは図 2-4 に示すように使用済み燃料プールの床以外に床が無い構造となっている。これよ り、R/B 今回工認モデルでは、上下階の床に接続されている壁を考慮することとし EL. 34.7 m から EL. 38.8 mの壁を剛性評価から除いた解析モデルを用いることした。

図 2-4 4 階の使用済燃料プール床周辺の構造概要

上記の変更を考慮した R/B 今回工認モデル諸元を表 2-1 に示す。

ゆむて初エゴルジェー ターマガエゴルジェー													
L	建成工部セブル 硝元									今回上認セアル諸元			
高さ	府上	府上府县※1	回転慣	費性 ^{※1}	質点重量 ^{※2}	回転慣性	ἑ重量 ^{※2}	高さ	府 上	質点重量	回転慣	性重量	
m	貿 岳 号	貿	$\times 10^{3}$ t	$\cdot s^2 \cdot m$	kN	$\times 10^{4}$	$kN \cdot m^2$	m	貿 岳 号	kN	$\times 10^5$	$kN \cdot m^2$	
EL.	- •	t•3 /m	IgNS	I_{gEW}	W	IgNS	I_{gEW}	EL.	- •	W	$I_{\rm gNS}$	$\mathrm{I}_{\mathrm{gEW}}$	
63.65	1	165	37.1	32.8	15, 870	35.7	31.5	63.65	1	15, 870	35.7	31.5	
57.00	2	140	47.4	42.9	13, 460	45.6	41.3	57.00	2	16, 160	51.2	44.7	
46.50	3	700	125.1	108.9	67,320	120.3	104.7	46.50	3	67, 320	120.3	104.7	
38.80	4	1,010	168.0	103.8	97,130	161.6	99.8	38.80	4	97,130	161.6	99.8	
34.70	5	865	117.5	71.4	83, 190	113.0	68.7	34.70	5	83, 270	113.0	68.7	
29.00	6	1,270	362.7	260.5	122, 140	348.8	250.5	29.00	6	122, 370	348.8	250.5	
20.30	7	1,680	508.2	565.6	161,570	488.7	543.9	20.30	7	161,820	488.7	543.9	
14.00	8	2, 440	749.5	810.6	234,650	720.8	779.6	14.00	8	234,650	720.8	779.6	
8. 20	9	2,070	928.6	922.1	199,070	893.0	886.8	8.20	9	199, 260	893.0	886.8	
2.00	10	2, 295	865.6	863.8	220,710	832.4	830.7	2.00	10	220,710	832.4	830.7	
	11	16,200	6,374.2	6, 398. 8	1, 557, 960	6,130.1	6, 153.8	-4.00	11	439, 290	1,724.6	1, 712. 1	
総重	量	28,835						-9.00	12	275,090	1,081.4	1,073.5	
								総重	量	1, 932, 940			

表 2-1 建設工認モデルと今回工認モデル諸元の比較(1/2)

※1:建設工認図書記載値

※2:建設工認図書記載値を重力加速度9.80665m/s²を用いてSI単位系に単位換算



書設工認モデルからの変更箇所 「2.2 クレーン階における変更」 書設工認モデルからの変更箇所 「2.3 積雪荷重による変更」

書設工認モデルからの変更箇所 「2.1 人工岩盤の考慮方法の変更」

建設工認モデル諸元								今回工認	モデル諸	元	
高さ		せん断	断面積	断面2岁	ウモーメント	高さ		せん断	断面積	断面2岁	たモーメント
m	要素 番号	m	2	$\times 10$	$0^3 m^4$	m	要素 番号	m	1 ²	$\times 10$	$0^3 m^4$
EL.	1	A_{sNS}	A_{sEW}	$I_{\rm NS}$	$I_{\rm EW}$	EL.	ł	A_{sNS}	A_{sEW}	$I_{\rm NS}$	I_{EW}
63.65						63.65					
57.00	(1)	27.3	25.5	20.4	18.4	55.00	(1)	27.3	25.5	20.4	18.4
57.00	(2)	32.0	30.0	20.4	18.4	57.00	(2)	27.3	25.5	20.4	18.4
46.50	(3)	212	154	64 4	34 7	46.50	(3)	212	154	64 4	34 7
38.80	(0)	212	104	01.1	01.1	38.80	(0)	212	104	01.1	01.1
24 70	(4)	266	238	52.7	40.5	24 70	(4)	133	141	45.0	37.3
54.70	(5)	143	156	45.4	38.7	54.70	(5)	143	156	45.4	38.7
29.00	(6)	218	237	77.6	72.9	29.00	(6)	218	237	77.6	72.9
20.30	(7)	242	224	86.3	77.6	20.30	(7)	242	224	86.3	77.6
14.00	(8)	394	345	178.5	147.4	14.00	(8)	394	345	178.5	147.4
8.20	(9)	464	454	218.4	208.5	8.20	(9)	464	454	218.4	208.5
2.00	(10)	464	454	218.8	208.9	2.00	(10)	464	454	218.8	208.9
						-4.00	(11)	4,675	4,675	1,828.1	1,814.8
						-9.00					

表 2-1 建設工認モデルと今回工認モデル諸元の比較(2/2)



建設工認モデルからの変更箇所 「2.1 人工岩盤の考慮方法の変更」
 建設工認モデルからの変更箇所 「2.2 クレーン階における変更」
 建設工認モデルからの変更箇所 「2.4 4階の壁剛性の変更」

3. 固有値解析結果の比較

R/B建設工認モデル及び R/B 今回工認モデルの固有値解析結果の比較を示す。

固有値解析結果(固有周期及び固有振動数)の比較を表 3-1 に,刺激関数図を図 3-1 及び図 3-2 に示す。NS 方向, EW 方向ともに R/B 建設工認モデルの固有値と R/B 今回工認モデルの固有値は 概ね一致している。

表 3-1 固有値解析結果の比較

	R/B 建設工	認モデル*	R/B 今回工認モデル				
次数			$(S_{s} - D_{1})$				
	固有周期 (s)	固有振動数 (Hz)	固有周期 (s)	固有振動数 (Hz)			
1	0.407	2.46	0.409	2.44			
2	0. 200	5.00	0. 202	4.96			
3	0.117	8.55	0.104	9.60			

(a) NS 方向

注記 *:東海第二発電所『既工事計画認可申請書第1回 「添付書類Ⅲ-1-4 原子 炉建屋の地震応答計算書」(47 公第 12076 号 昭和 48 年 4 月 9 日認可)』

(b) EW 方向

	R/B 建設工	認モデル*	R/B 今回工認モデル			
次愁			(S _s –	-D1)		
	固有周期 (s)	固有振動数 (Hz)	固有周期 (s)	固有振動数 (Hz)		
1	0. 410	2.44	0. 411	2.43		
2	0. 201	4. 98	0. 202	4.96		
3	0. 120	8. 33	0. 107	9.32		

注記 *:東海第二発電所『既工事計画認可申請書第1回 添付書類「Ⅲ-1-4 原子 炉建屋の地震応答計算書」(47公第12076号 昭和48年4月9日認可)』



(a) R/B 建設工認モデル(1次~3次モード)



図 3-1 刺激関数図 (NS 方向)





1次モード

EL. 63.65m

EL. 57.00m

EL. 46.50m

EL. 38.80m

EL. 34.70m

EL. 29.00m

EL. 20.30m

EL. 14.00m

EL. 8.20m

EL. 2.00m

EL. -4.00m

(b) R/B 今回工認モデル(S_s-D1)

....i

図 3-2 刺激関数図(EW 方向)

別紙1-3 原子炉建屋の地震応答解析モデルについて

1.	概要	. 別紙 1-3-1
2.	原子炉建屋の概要	. 別紙 1-3-2
2.	.1 建屋概要	. 別紙 1-3-2
2.	.2 設置地盤の状況	. 別紙 1-3-6
3.	地震応答解析モデルに係る影響検討	. 別紙 1-3-8
3.	.1 概要	. 別紙 1-3-8
3.	.2 原子炉建屋内の地震計設置位置	. 別紙 1-3-9
3.	.3 建屋-地盤動的相互作用の評価法について	別紙 1-3-10
3.	.4 人工岩盤のモデル化について	別紙 1-3-23
3.	.5 側面回転ばねの扱いについて	別紙 1-3-35
4.	シミュレーション解析結果を踏まえた施設影響	別紙 1-3-47
4.	.1 原子炉建屋への影響	別紙 1-3-47
4.	.2 原子炉建屋に設置された機器・配管系	別紙 1-3-48
5.	まとめ	引紙 1-3-116

1. 概要

原子炉建屋の地震応答解析モデル(以下「R/B 今回工認モデル」という。)は、2011 年 3 月 11 日東北地方太平洋沖地震(以下「東北地方太平洋沖地震」という。)のシミュレーション解析結果 を踏まえて設定している。

本資料は、東北地方太平洋沖地震のシミュレーション解析として実施した基礎底面の人工岩盤 のモデル化方法及び側面地盤ばねの扱いについての影響検討結果を説明するものである。

2. 原子炉建屋の概要

2.1 建屋概要

原子炉建屋は、地下2階、地上6階の鉄筋コンクリート造の建物である。

建物の中央部には原子炉格納容器を収納する原子炉棟があり、その周囲に付属棟を配置している。原子炉建屋の概要を図 2-1 及び図 2-2 に、使用材料を表 2-1 に示す。

原子炉棟と付属棟とは同一基礎スラブ上に設置した一体構造であり,原子炉建屋の平面は, 地下部分は約67 m×約67 m,地上部分は一部を除き約41 m×約44 mの矩形をしている。基礎 底面からの高さは約73 mであり,地上高さは約56 mである。

原子炉建屋の基礎は、平面が約67m×約67m、厚さ5mのべた基礎で、人工岩盤を介して、 砂質泥岩である久米層に岩着している。





(A-A 断面)


部位	設計基準強度		単位体積 重量	ポアソン比	ヤング係数	せん断 弾性係数
	Fc (kgf/cm ²)	Fc*2 (N/mm ²)	γ (kN/m ³)	ν	E (N/mm ²)	G (N/mm ²)
建屋	225	22.1	24.0	0.2	2. 21×10^{4}	9. 21×10^{3}
人工岩盤	140	13. 7	23.0	0.2	1.88×10^{4}	7.83 $\times 10^{3}$
鋼材	_	_	77.1	0.3	2.05 \times 10 ⁵	7.9 $\times 10^4$

表 2-1 原子炉建屋の使用材料*1

注 *1:使用材料については、「鉄筋コンクリート構造計算規準・同解説-許容応力度設計 法-(1999)」、「原子力施設鉄筋コンクリート構造計算規準・同解説(2005)」及び 「鋼構造設計規準-許容応力度設計法-(2005)」に準拠した。

*2:Fcは9.80665 m/s²を用いて換算した。

2.2 設置地盤の状況

原子炉建屋はコンクリート造の人工岩盤を介して,砂質泥岩である久米層に岩着している。 原子炉建屋の設置状況及び埋込み状況を図 2-3の原子炉建屋設置地盤断面図に示す。



(NS 方向)



(EW 方向) 図 2-3 原子炉建屋設置地盤断面図

- 3. 地震応答解析モデルに係る影響検討
- 3.1 概要

東海第二発電所原子炉建屋の基礎はコンクリート造の人工岩盤を介して支持地盤である久米 層に設置している。また,原子炉建屋の基礎下端は EL. -9 m であり,地表面(EL.8 m)から 17 m 地中に埋め込まれている。

建設当時の工認(以下「建設工認」という。)では、原子力発電所耐震設計技術指針JEAG 4601-1987((社)日本電気協会)(以下「JEAG4601-1987」という。)制定前であ ったため、解放基盤表面という概念が無く、地盤応答解析を介さずに人工岩盤下端に設計波を 直接入力していた。そのため人工岩盤を建屋モデル側にモデル化し、建屋と側面地盤の相互作 用は考慮していなかった。

R/B 今回工認モデルを検討するにあたり、「JEAG4601-1987」及び原子力発電所耐震 設計技術指針JEAG4601-1991追補版((社)日本電気協会)(以下「JEAG4601 -1991追補版」という。)には、基礎底面の人工岩盤のモデル化方法及び側面回転地盤ばねの 扱いについて明確に表記されていないため、東北地方太平洋沖地震の観測記録を用いたシミュ レーション解析を行い、人工岩盤のモデル化の影響と建屋と側面地盤との相互作用の影響評価 を行った。 3.2 原子炉建屋内の地震計設置位置

原子炉建屋には,地震時の基本的な振動性状を把握する目的で偶数階に各階1台の地震計を 設置している。また,基礎上(地下2階)には更に4台の地震計を設置している。 原子炉建屋の地震計設置位置を図 3-1 に示す。

図 3-1 原子炉建屋の地震計設置位置

3.3 建屋-地盤動的相互作用の評価法について

建設工認では、埋込み効果を無視した、スウェイ・ロッキングモデル(以下「SRモデル」 という。)として、建屋と地盤の相互作用を考慮している。

本資料では、はじめに、SRモデルと側面地盤による回転拘束を含む埋込み効果を考慮した 埋込みSRモデルを用いて東北地方太平洋沖地震のシミュレーション解析を行い、建屋の振動 性状を比較した。解析に用いたSRモデルによる地震応答解析の概要を図 3-2 に、埋込みSR モデルによる地震応答解析の概要を図 3-3 に示す。

東北地方太平洋沖地震のシミュレーション解析結果として、両者の最大応答加速度分布の比較を図 3-4 及び図 3-5 に、床応答スペクトルの比較を図 3-6 及び図 3-7 に示す。これらの解析結果より埋込みSRモデルを用いた方が、SRモデルを用いた場合に比べ、観測記録との整合が改善しており、より実状に近い建屋の振動性状を評価できているものと考えられる。



図 3-2 SRモデルによる地震応答解析の概要



図 3-3 埋込みSRモデルによる地震応答解析の概要



図 3-4 最大応答加速度分布の比較(NS 方向)



図 3-5 最大応答加速度分布の比較(EW 方向)







h=5% 地下2階 図 3-6 (1/4) 床応答スペクトルの比較(NS方向)







2 階 図 3-6(2/4) 床応答スペクトルの比較(NS 方向)







4 階 図 3-6 (3/4) 床応答スペクトルの比較(NS 方向)







6階 図 3-6(4/4) 床応答スペクトルの比較(NS 方向)







h=5% 地下2階 図 3-7 (1/4) 床応答スペクトルの比較(EW方向)







1 0 70 2 階 図 3-7 (2/4) 床応答スペクトルの比較(EW 方向)







4階 図 3-7(3/4) 床応答スペクトルの比較(EW 方向)







6 階 図 3-7 (4/4) 床応答スペクトルの比較(EW 方向)

3.4 人工岩盤のモデル化について

建設工認では、人工岩盤を建屋モデル側にモデル化し、地震応答解析を行っていたが、ここでは、人工岩盤を地盤モデル側に岩盤としてモデル化した場合の建屋応答への影響について検 討した。

人工岩盤を岩盤としてモデル化した場合の地震応答解析の概要を図 3-8 に示す。ここで、基礎底面の地盤ばね及び入力動の算定に用いる地盤モデルは、基礎底面レベルである EL. -9.0mまで砂質泥岩である久米層の物性と同等として設定した。また、比較検討には、前章にも用いた実状に近い建屋の振動性状を評価できている埋込み SRモデルを用いた。

東北地方太平洋沖地震のシミュレーション解析結果として最大応答加速度分布の比較を図 3-9 及び図 3-10 に,床応答スペクトルの比較を図 3-11 及び図 3-12 に示す。人工岩盤を地盤モ デル側に岩盤としてモデル化した場合は,建屋モデル側にモデル化した場合の応答に比べ,概 ね同程度であるか一部の周期帯では若干大きくなることが確認できた。そのため R/B 今回工認 モデルでは,保守的に人工岩盤を地盤モデル側に岩盤としてモデル化する方針とした。



図 3-8 人工岩盤を岩盤としてモデル化した場合の地震応答解析の概要



図 3-9 最大応答加速度分布の比較(NS 方向)



図 3-10 最大応答加速度分布の比較(EW 方向)







h=5% 地下2階 図 3-11 (1/4) 床応答スペクトルの比較(NS方向)







図 3-11 (2/4) 床応答スペクトルの比較 (NS 方向)







4 階 図 3-11 (3/4) 床応答スペクトルの比較(NS 方向)







図 3-11 (4/4) 床応答スペクトルの比較 (NS 方向)







h=5% 地下2階 図 3-12 (1/4) 床応答スペクトルの比較(EW方向)







図 3-12 (2/4) 床応答スペクトルの比較(EW 方向)







4 階 図 3-12 (3/4) 床応答スペクトルの比較(EW 方向)







6 階 図 3-12 (4/4) 床応答スペクトルの比較(EW 方向)

3.5 側面回転ばねの扱いについて

建屋側面地盤の埋込み効果を考慮するにあたり,側面地盤を水平ばね及び回転ばねとして評価してきた。ここでは,側面回転ばねを考慮しない場合の建屋応答への影響について検討した。 側面回転ばねを考慮しない場合の地震応答解析の概要を図 3-13 に示す。

東北地方太平洋沖地震のシミュレーション解析結果として最大応答加速度分布の比較を図 3-14 及び図 3-15 に,床応答スペクトルの比較を図 3-16 及び図 3-17 に示す。側面回転ばねを 考慮しない場合の解析結果は,側面回転ばねを考慮する場合の応答に比べ,概ね同程度である か一部の周期帯では若干大きくなることが確認できた。

「建屋-地盤動的相互作用の評価法について」において示したように、埋込み効果として、 側面地盤の水平ばね及び回転ばねを考慮した場合に、より実状に近い建屋の振動性状を評価で きているものと考えられるが、R/B 今回工認モデルにおいては、保守的に側面回転ばねを採用 しない方針とした。



図 3-13 側面回転ばねを考慮しない場合の地震応答解析の概要



図 3-14 最大応答加速度分布の比較(NS 方向)



図 3-15 最大応答加速度分布の比較(EW 方向)







地下2階

図 3-16 (1/4) 床応答スペクトルの比較 (NS 方向)







図 3-16 (2/4) 床応答スペクトルの比較 (NS 方向)






図 3-16 (3/4) 床応答スペクトルの比較 (NS 方向)







図 3-16 (4/4) 床応答スペクトルの比較 (NS 方向)







地下2階

図 3-17 (1/4) 床応答スペクトルの比較(EW 方向)







図 3-17 (2/4) 床応答スペクトルの比較(EW 方向)







図 3-17 (3/4) 床応答スペクトルの比較(EW 方向)







図 3-17 (4/4) 床応答スペクトルの比較(EW 方向)

4. シミュレーション解析結果を踏まえた施設影響

「3.項 地震応答解析モデルに係る影響検討」において,観測記録と観測記録を適用した原子炉 建屋の今回工認モデルを用いたシミュレーション解析結果の床応答スペクトルの比較において, 観測記録の加速度がシミュレーション解析の加速度を上回る結果が確認された。このため,観測 記録がシミュレーション解析結果を上回ることによる施設への影響について確認する。

施設の影響確認は,観測記録が今回工認モデルを用いたシミュレーション解析結果の応答を上 回ったことを踏まえて,観測記録と観測記録を適用した今回工認モデルを用いたシミュレーショ ン解析結果の応答とを比較することにより行う。なお,地盤ばねは観測記録に基づき設定した値 を適用する。

なお,観測記録とシミュレーション解析の差異の考察ついては,「補足 340-7 水平 2 方向及び 鉛直方向の適切な組合せに関する検討について 別紙 3 3 次元 F E M モデルによる地震応答解 析 2.3 観測記録を用いた検討」で示す。

4.1 原子炉建屋への影響

図 4-1 に観測記録の最大応答加速度とシミュレーション解析との最大応答加速度との比較を 示す。原子炉建屋の地震計設置位置での観測記録と原子炉建屋質点系モデルを用いたシミュレ ーション解析の応答とを比較した結果,最大応答加速度分布は各方向において,観測記録がシ ミュレーション解析を上回らないことが確認できたため,原子炉建屋の耐震評価に影響はない。



別紙 1-3-47

- 4.2 原子炉建屋に設置された機器・配管系
 - (1) 床応答スペクトルの傾向確認

原子炉建屋の各床面のシミュレーション解析結果の床応答スペクトルと観測記録の床応答 スペクトルとの比較を図 4-2~図 4-4 に示す。また、最大応答加速度と固有周期 0.05 秒位置 での加速度比較を表 4-1 に示す。機器・配管系評価においては、NS 方向及び EW 方向を包絡 させた設計用床応答曲線を適用し、耐震評価を実施することから、NS 方向と EW 方向を包絡 させた床応答スペクトルにて比較している。

また,原子炉建屋の設計用床応答曲線及び評価用震度は,設備評価用として加速度を 1.5 倍した値を基本として耐震計算を実施していることから,シミュレーション解析結果につい ては,加速度値(震度)を 1.5 倍したものとする。

原子炉建屋の各床面のシミュレーション解析結果の床応答スペクトルと観測記録の床応答 スペクトルの比較結果を以下に記す。

- ① 減衰定数 5%
 - ・シミュレーション解析結果の床応答スペクトルは観測記録の床応答スペクトルを包絡している。
- ② 減衰定数 2%
 - EL. 46.5mの床応答スペクトルの比較では、0.05秒から0.1秒において観測記録の床応 答スペクトルがシミュレーション解析結果の床応答スペクトルを超えている周期が確 認できる。
 - ・ EL. 46.5mの床応答スペクトル以外の階高の床応答スペクトルにおいては、シミュレーション解析結果が観測記録を概ね包絡していることが確認できる。
- ③ 減衰定数 1%
 - EL. 46.5mの床応答スペクトルの比較では、0.05秒から0.1秒において観測記録の床応 答スペクトルがシミュレーション解析結果の床応答スペクトルを超えている周期が確 認できる。
 - ・ EL. 29.0 m 及び EL. 14.0 m の床応答スペクトルの比較では、一部の周期帯で観測記録の 床応答スペクトルがシミュレーション解析結果の床応答スペクトルを超えている周期 が確認できる。
 - EL. -4.0 m の床応答スペクトルにおいては、シミュレーション解析結果が観測記録を 包絡していることが確認できる。
- ④ 最大応答加速度
 - ・ 全標高に対してシミュレーション解析結果の最大応答加速度は、観測記録の最大応答加 速度を超えていることが確認できる。

以上のとおり床応答スペクトル及び最大応答加速度の比較した傾向を示したが,機器・配 管系の耐震設計の特徴を踏まえて,設備の影響評価を実施する。







別紙 1-3-49



図 4-2 (3/4) EL. 14.0 m 床応答スペクトル比較(減衰5%)









図 4-3 (2/4) EL. 29.0 m 床応答スペクトル比較(減衰2%)

別紙 1-3-51







別紙 1-3-52



図 4-4 (1/4) EL. 46.5 m 床応答スペクトル比較(減衰1%)





図 4-4 (3/4) EL. 14.0 m 床応答スペクトル比較(減衰1%)



		I	最大応答加速度	固有周期 0.05 秒位置*						
			(cm/s^2)	の加速度 (cm/s ²)						
標高	シ	ミュレー	ション		→ ¬ />⊐	シミュ	レーション			
(m)		解析	1	(観測)	観測記録		解析	年日 3日11月11日		
	NC	DW	Max(NS,EW)	NC	DW			観測記述		
	IN2	EW	×1.5	NS	EW	×1.0	×1.5			
46 5	520	520	709	402	401	700	1050	707		
40. 5	550	552	190	198 492		1000		191		
20.0	246	274	561	201	261	420	644	556		
29.0	340	374	501	301	301	430	044	550		
14.0	242	217	515	225	206	250	520	491		
14.0	343	517	515	220	300	309	000	401		
-1.0	202	270	455	914	225	220	500	201		
-4.0	303	219	400	214	440	559	509	301		

表 4-1 最大応答加速度と固有周期 0.05 秒位置での加速度比較

注記 *: 床応答スペクトルは減衰2%を適用し,NS方向とEW方向を包絡させた値として 記載。 (2) 観測記録による影響評価

観測記録とシミュレーション解析結果との差異に対して設備の影響評価を実施する。 観測記録とシミュレーション解析結果を比較すると、剛な設備に適用する最大応答加速度 は、シミュレーション解析結果が観測記録を上回っていることから、床応答スペクトルを適

用する柔な設備を対象とする。

評価対象とする床応答スペクトルとしては,鉛直方向は観測記録がシミュレーション解析 結果を上回るのが,本影響評価においては,以下理由から観測記録の影響が比較的広範囲に 現れている水平方向に着目して評価する。

- ・鉛直方向の観測記録とシミュレーション解析結果との比較において、観測記録が上回る 箇所として、EL.46.5 m及び EL.29.0 mの周期約 0.08 秒~0.1 秒の間の周期帯に限定さ れること。
- ・機器の鉛直方向の固有周期は基本的に剛であり、当該周期帯に固有周期はないこと。
- ・配管系は観測記録がシミュレーション解析結果を上回る周期帯に固有周期が存在する可能性があるが、当該標高に設置されている配管系は、後述するとおり2倍以上の耐震裕度があること、また、シミュレーション解析結果に対して観測記録が上回っている範囲として鉛直方向よりも水平方向のほうが顕著であること。

図 4-5 に観測記録による影響評価フローを示すとともに,以下に評価対象設備,影響評価 方法,影響評価結果を示す。

a. 評価対象設備

地震計の設置されている標高が EL. -4.0 m, EL. 14.0 m, EL. 29.0 m 及び EL. 46.5 m に限 定され,観測系としてすべての標高を網羅できていないことに鑑み,観測記録とシミュレ ーション解析結果に差異が認められた EL. 14.0 m 以上の標高に設置される耐震重要設備並 びに常設耐震重要重大事故防止設備及び常設重大事故緩和設備,上位クラスの設備に波及 的影響を及ぼす設備を対象とする。

b. 影響評価方法

設備の固有周期を確認し、観測記録とシミュレーション解析の応答比率(以下「FRS 比率」という。)*を踏まえた割り増しを考慮しても、設備の有する耐震裕度に収まることを 確認する。FRS 比率が設備の耐震裕度を上回る場合は、個別に詳細検討を行い、観測記録 の影響を考慮しても発生応力が許容応力に収まることを確認する。適用する固有周期につ いては、応答に対して振動特性上支配的な1次固有周期を用いる。なお、配管系について は、複数の振動モードを有することから1次固有周期よりも剛領域における FRS 比率を用 いた影響確認も行う。

地震計が設置されていない標高に設置された設備の影響評価においては、地震計が設置 された上下階の FRS 比率のうち、大きなほうの比率を用いて検討を行う。但し、EL.46.5m の観測記録とシミュレーション解析結果との差異については、東西のオペフロ面が外側に はらみ出すようなモードによる影響が要因となっており、その影響は EL.46.5mのオペフ ロ面に限定されることから,他の標高に設置された設備への影響評価には用いないことと する。

- 注記 *:耐震計算において,設計用床応答曲線(周期軸方向に拡幅 10%考慮)を1.5倍 した設備評価用床応答曲線を適用している設備については、シミュレーション 解析結果を1.5倍した床応答スペクトルにより応答比率を求める。また、設計 用床応答曲線(周期軸方向に拡幅 10%考慮)及びばらつきケースを包絡した設 備評価用床応答曲線を適用している設備については、シミュレーション解析結 果(×1.0)により応答比率を求める。
- c. 影響評価結果

各設備の影響評価結果について次頁以降に示す。

観測記録とシミュレーション解析結果の応答比である「FRS 比率」に対して、燃料取替 機及び窒素ガス代替注入系配管以外の設備は、設備の耐震裕度が FRS 比率を上回っている ことを確認した。また、燃料取替機及び窒素ガス代替注入系配管については、詳細検討を 行い観測記録の影響を考慮しても発生応力が許容応力に収まることを確認した。

なお,地震計が設置されていない EL. 38.8 m及び EL. 34.7 mに設置された設備について EL. 46.5 mの FRS 比率を適用した場合の影響評価を実施し,仮に EL. 46.5 mの FRS 比率を 適用したとしても耐震性に影響を与えないことを確認した。

また,配管系の影響検討として,1次固有周期よりも剛領域のFRS比率を用いた場合に おいても耐震性に影響を与えないことを確認した。



注記 *:観測記録の加速度÷シミュレーション解析結果の加速度

図 4-5 観測記録による影響評価フロー

① 設置床レベル46.5 mの機器・配管系(減衰0.5%)への影響検討結果 設置床レベルがEL.46.5 mであり,減衰定数0.5%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として,格納容器圧力逃がし装置配管が有る。当該設備に対して影響評価結果を実施した結果,基準地震動S。の耐震裕度はFRS比率以上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-2 設置床レベル 46.5 mの機器・配管系(減衰 0.5%)への影響評価結果

	乳供友新	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	 取) 佣 名 称	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
(a)	格納容器圧力	配管		14 / 平5	0.9	262	2.04	1 20	
	逃がし装置配管	本体		セん例	92	303	5.94	1. 38	0



② 設置床レベル 46.5 mの機器・配管系(減衰 1.0%)への影響検討結果 設置床レベルが EL.46.5 m であり,減衰定数 1.0%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として,使用済燃料プール温度計(SA)が有る。当該設備に対して影響評価結果 を実施した結果,基準地震動S。の耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミ ュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-3 設置床レベル 46.5 mの機器・配管系(減衰 1.0%)への影響評価結果

	設備友称	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	[〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
a		基礎 本体		せん断	13	94	7.23	_	0



③ 設置床レベル 46.5 mの機器・配管系(減衰 2.0%) への影響検討結果

設置床レベルが EL. 46.5 m であり,減衰定数 2.0%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として,燃料取替機(SA),燃料取替機(DB)及び非常ガス再循環系配管が有る。 当該設備に対して影響評価結果を実施した結果,非常ガス再循環系配管については,基準 地震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の 差異に対する影響がないことを確認した。燃料取替機については,FRS 比率が耐震裕度を 上回る結果となったため,詳細検討を行い耐震裕度が確保可能であることを確認した。

表 4-4 設置床レベル 46.5 mの機器・配管系(減衰 2.0%)への影響評価結果

	凯供力称	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*1	影響
		部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
a	燃料取替機	脱線防止ラグ		14/145	125	146	1 00	1 60	
		(取付ボルト)		してんめ	135	140	1.08	1.69	0.1
	非常ガス再循環	配管本体	1 1	1 1/4+	95	9.4.9	10 70	1 10	
	系配管(FRVS-6)			工伙	25	343	13.72	1.13	0

注記 *1:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーショ

ン解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。

- *2: FRS 比率が耐震裕度を上回る結果となったため、詳細検討を行い耐震裕度が確保可能であることを確認
 - した。



別紙 1-3-62

【燃料取替機の詳細検討】

詳細検討は,耐震評価にて上述の FRS 比率 1.69 未満の耐震裕度の部材について行う。表5 に示すとおり FRS 比率 1.69 未満の部材として,燃料取替機構造物フレーム,トロリ脱線防止ラグ,横行レールについて詳細検討を行う。

			応 力	基準地震	基準地震動Ssによる評価結果				
	部材		分類	応力値	許容応力	耐震裕度			
			曲 げ	216	275	1.27			
燃料取	替機構造物フロ	ノーム	せん断	3	158	52.66			
			組 合 せ	217	275	1.26			
			曲 げ	101	253	2.50			
	111 2017年1月	ラグ本体	せん断	31	146	4.70			
ブリッジ	「尻豚肉工」		組 合 せ	114	253	2.21			
	///	取付 ボルト	せん断	64	146	2.28			
		ラグ本体	曲 げ	154	253	1.64			
	时始。		せん断	59	146	2.47			
トロリ	「元禄り止」		組 合 せ	184	253	1.37			
		取付 ボルト	せん断	135	146	1.08			
			曲 げ	240	756	3.15			
	走行レール		せん断	26	436	16.76			
			組 合 せ	244	756	3.09			
			曲 げ	428	483	1. 12			
	横行レール		せん断	17	278	16.35			
			組合せ	428	483	1. 12			

表 4-5 燃料取替機の耐震評価結果(設計基準対処設備)

a. 燃料取替機構造物フレームの詳細検討

詳細検討は、地震応答解析結果から算定される荷重のうち水平方向地震の影響を受ける 荷重に FRS 比率の 1.69 倍をした荷重から、応力値を算出することにより行う。観測記録に よる影響検討に用いた荷重の算定結果を表 4-6 及び表 4-7 に示す。表 4-8 に燃料取替機構 造物フレームの詳細検討を示すが燃料取替機構造物フレームの地震時による応答は、鉛直 方向地震の荷重が支配的であり、水平方向地震による荷重増加の影響は小さく応力値の増 加も僅かとなり、許容応力に収まる結果となった。

	S _s による 荷重	観測記録による 影響検討	備考
Fx:軸力			代表として算定過程
(N)			を表 4-7 に示す。
Fy:y 方向せん断力			
(N)			
Fz:z方向せん断力			
(N)			
Mx:ねじれモーメント			
(N • mm)			
My:y軸曲げモーメント			
(N • mm)			
Mz:z軸曲げモーメント	f f		
(N • mm)			

表 4-6 応力値算定に用いる荷重条件

表 4-7 観測記録による影響検討の算定過程(Fx:軸力の例示)

	荷	重条件		S _s による 荷重	観測記録による 影響検討
	Ē	自重 (①)			
	鉛直	方向地震 (②)			Ī
Fx:軸力 (N)	水平方向	ブリッジ (③)			
	地震	地震 いていて、 (④)			Ī
	(<u>1</u>)+ <u>4</u>)+√	計 ($(2^2+(3^2))$)			

注記 *:トロリはレール上を滑ることにより摩擦係数分の荷重に制限される。

表 4-8	燃料取替機構造物フ	レームの詳細検討結果

		力 類	基	準地震動S	S _s	観測記録による			
部材	応		に	よる評価結	课		影響検討		
	分		応力値	許容	耐震	亡力店	許容	耐震	
				応力	裕度	心力但	応力	裕度	
	曲	げ	216	275	1.27	224	275	1.22	
燃料取替機 構造物フレーム	せん	し 断	3	158	52.66	3	158	52.66	
	組合	合	217	275	1.26	224	275	1.22	

b. トロリ脱線防止ラグ及び横行レールの詳細検討

燃料取替機の応力値算出に用いる荷重は,床応答スペクトルを適用した動的解析に加え て,最大応答加速度(1.2ZPA)を適用した静的解析により算出している。ブリッジ脱線防 止ラグ及び横行レールの応力値算出は,動的解析による算出荷重と静的解析による算出荷 重との何れか大きい方を用いている。

動的解析による算出荷重と静的解析による算出荷重との比較を, 観測記録による影響を 考慮した結果を含めて表 4-9 に示す。シミュレーション解析と観測記録との比較から最大 応答加速度(1.2ZPA)は、シミュレーション解析結果が保守的な結果となっていることか ら静的解析の荷重に変更はない。動的解析による観測記録影響を考慮した荷重は、基準地 震動 S_sの評価に用いた荷重から増加することになる。

上述のとおり動的解析については、観測記録による影響により荷重が増加することになるが、静的解析による荷重に包絡されることから、基準地震動Ssの評価結果に変更がないことを確認した。

	荷重(N)							
世重の	静的解析	動的解析						
何里の 方向 -	(1.2ZPA を適用)	(床応答スペクトルを適用)						
	のしてトズ氏体	Ssによる	観測記録影響					
	こ』による心合	応答	を考慮					
水平方向								

表 4-9 動的解析と静的解析との荷重比較

④ 設置床レベル 38.8 mの機器・配管系(減衰 2.0%)への影響検討結果

設置床レベルが EL. 38.8 m であり, 減衰定数 2.0%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として, 非常用ガス処理系配管, 低圧代替注水系配管及び格納容器下部注水系配管 が有る。当該設備に対して影響評価結果を実施した結果, 基準地震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上であるため, 観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないこ とを確認した。

表 4-10 設置床レベル 38.8 mの機器・配管系(減衰 2.0%)への影響評価結果

	乳供なか	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	[]	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
a	非常用ガス処理系配	配管		1 \#	101	225	2 21	1 10	
	管(AC-SGTS)	本体			101	330	5.51	1.19	
ⓑ	低圧代替注水系配管	配管		1 1/47	07	266	0.77		
	(ALPI-003R3F)	本体			97	300	3.77		
C	低圧代替注水系配管	配管		1 1/1	116	266	2 15		
	(ALPI-001DG)	本体			110	300	5.15		
đ	格納容器下部注水系	配管		1 1/47	100	266	2.00		
	配管 (FP-R-1)	本体			183	300	2.00		0



⑤ 設置床レベル 38.8 mの機器・配管系(減衰 3.0%)への影響検討結果 設置床レベルが EL. 38.8 m であり,減衰定数 3.0%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として,格納容器圧力逃がし装置配管が有る。当該設備に対して影響評価結果を実施した結果,基準地震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレ ーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-11 設置床レベル 38.8 mの機器・配管系(減衰 3.0%)への影響評価結果

	凯供力升	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
		部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
(a)	格納容器圧力逃	配管							
	がし装置配管	本体		1次	78	363	4.65	1.12	0
	(PV-002R5F)								
ⓑ	格納容器圧力逃	配管	ΤΓ						
	がし装置配管	本体		1次	96	363	3.78	—	0
	(PV-008YD)								

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。



⑥ 設置床レベル 34.7 mの機器・配管系(減衰 0.5%)への影響検討結果 設置床レベルが EL. 34.7 m であり,減衰定数 0.5%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として,代替燃料プール冷却系配管が有る。当該設備に対して影響評価結果を実施 した結果,基準地震動 S。の耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーシ ョン解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-12 設置床レベル 34.7 mの機器・配管系(減衰 0.5%)への影響評価結果

	乳供力粉	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS ^{* 1}	影響
	[〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
a	代替燃料プール冷	配管							
	却系配管	本体		1次	77	365	4.74	—	0
	(AFPC-3)								

図 4-11	EL.29.0 m 床応答スペクトル比較(減衰0.5%)

⑦ 設置床レベル 34.7 mの機器・配管系(減衰 1.0%)への影響検討結果

設置床レベルが EL. 34.7 m であり,減衰定数 1.0%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として,使用済燃料貯蔵ラック(70体)及び制御棒貯蔵ラック(Sクラスへの波及 的影響)が有る。当該設備に対して影響評価結果を実施した結果,基準地震動 S_sの耐震裕 度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響 がないことを確認した。

表 4-13 設置床レベル 34.7 mの機器・配管系(減衰 1.0%)への影響評価結果

	司供力补	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	[〕 〕 〕 〕 〕 〔 〕 〕 〔 〕 〕 〔 〕 〕 〔 〕 〔 〕 〕 〔 〕 [〕 〔 〕 〔	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
a	使用済燃料貯蔵ラ	取付		1 //	146	159	1.04	1 02	
	ック(70 体)	ボルト		11	140	105	1.04	1.05	
	制御棒貯蔵ラック	基礎	T I	1 \/	150	171	1 09	1 09	\bigcirc
		ボルト		工伙	198	1/1	1.08	1.08	U

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。

図 4-12	EL. 29.0 m	床応答スペク	トル比較	(減衰1.0%

⑧ 設置床レベル 29.0 mの機器・配管系(減衰 2.0%)への影響検討結果 設置床レベルが EL. 29.0 m であり,減衰定数 2.0%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として,原子炉隔離時冷却系配管が有る。当該設備に対して影響評価結果を実施し た結果,基準地震動 S。の耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーショ ン解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-14 設置床レベル 29.0 mの機器・配管系(減衰 2.0%)への影響評価結果

	凯供友升	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	 取 / 佣 名 称	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
a	原子炉隔離時冷	配管							
	却系配管	本体		1 \/\+	146	262	9 40		\bigcirc
	(RCIC-19, 20,			1 次	140	202	2.40	_	0
	29)								

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。



③ 設置床レベル 29.0 mの機器・配管系(減衰3.0%)への影響検討結果 設置床レベルが EL.29.0 mであり,減衰定数3.0%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として,原子炉隔離時冷却系配管が有る。当該設備に対して影響評価結果を実施し た結果,基準地震動S。の耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーショ ン解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-15 設置床レベル 29.0 mの機器・配管系(減衰 3.0%)への影響評価結果

	設備友敌	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	[]	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
ⓐ	原子炉隔離時冷却	配管		1 \/	69	200	6 19		
	系配管 (RCIC-7)	本体		工伙	62	380	0.12		0

জিবাৰ ব	1	, , , , , , ,	

⑩ 設置床レベル 20.3 mの機器・配管系(減衰 0.5%) への影響検討結果

設置床レベルが EL. 20.3 m であり,減衰定数 0.5%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として,窒素ガス代替注入系配管,中央制御室待避室空気ボンベユニット配管,第 二弁操作室空気ボンベユニット配管及び非常用逃がし安全弁駆動系配管が有る。当該設備 に対して,シミュレーション解析結果を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動 S。 の耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対 する影響がないことを確認した。

表 4-16 設置床レベル 20.3 m に設置された機器・配管系(減衰 0.5%)への影響評価結果

	凯供女称	評価		一次固有	応力	発生応力	許容応力	※ 库	FRS*1	影響
	 	項目	扂	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	俗皮	比率	評価
a	窒素ガス代替注入系配	配管			1 \/\	944	267	1 50	1.59	○*2
	管 (ANI-7)	本体			ТĶ	244	307	1.50	_	
6	中央制御室待避室空気	配管								
	ボンベユニット配管	本体			1次	244	468	1.91		0
	(MCRS-1)									
©	第二弁操作室空気ボン	配管								
	ベユニット配管	本体			1次	213	468	2.19		0
	(PCVVVCC-1)									
đ	非常用逃がし安全弁駆	配管			1 \/	207	491	2 00	1.67	
	動系配管(ESD-1)	本体			工伙	207	431	2.08	—	0

注記 *1:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。また、上段に29.0mの比率、下段に14.0mの 比率を記載する。

*2: FRS 比率が耐震裕度を上回る結果となったため,詳細検討を行い耐震裕度が確保可能であることを確認 した。



別紙 1-3-72



図 4-15 (2/2) EL. 14.0 m 床応答スペクトル比較(減衰 0.5%)

【窒素ガス代替注入系配管(ANI-7)の詳細検討】

詳細検討は、配管系の発生応力を地震による応力、地震時以外の応力に分け、更に地震時 応力を水平方向地震による応力と鉛直方向地震による応力に分類し、水平方向地震による応 力に FRS 比率を考慮することにより行う。FRS 比率を考慮した詳細検討結果を表 4-15 に示す。 表 4-15 に示すとおり発生応力は、許容値を満足することを確認した。

		1次/	1 次応力(MPa)						
	地電灯及	地震による応力							
	地辰以2下	水平士白	秋声十百	合計	合計応力	(MPa)			
	の応力 水平方向		」 <u>昭</u> 但万円	(SRSS)					
現状評価	16.6	89.7	208. 7	227.2	244	367			
詳細検討	16.6	142.7 (89.7×1.59)	208.7	252.9	270	367			

表 4-17 FRS 比率を考慮した詳細検討結果

 ① 設置床レベル 20.3 mの機器・配管系(減衰 1.5%)への影響検討結果 設置床レベルが EL.20.3 m であり,減衰定数 1.5%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として,代替循環冷却系配管が有る。当該設備に対して,シミュレーション解析結 果を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上であるた め,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-18 設置床レベル 20.3 m に設置された機器・配管系(減衰 1.5%) への影響評価結果

	凯供力和	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	※ 库	FRS*	影響
	 取) 佣 名 称	部位	周期 (秒)	分類	(MPa)	(MPa)	俗及	比率	評価
a	代替循環冷却系	配管		1 \/\+	196	265	1.06	—	\cap
	配管(ARC-2)	本体		工伙	180	303	1.90	_	0

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。また、上段に 29.0 mの比率、下段に 14.0 mの 比率を記載する。





② 設置床レベル 20.3 mの機器・配管系(減衰 2.0%)への影響検討結果

設置床レベルが EL. 20.3 m であり,減衰定数 2.0%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として,不活性ガス系配管,可燃性ガス濃度制御系配管,残留熱除去系配管,給水 系配管が有る。当該設備に対して,シミュレーション解析結果を踏まえた影響評価を実施 した結果,基準地震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーシ ョン解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-19	設置床レベル 20 3	mに設置された機器・配管系	(減衰20%)	への影響評価結果
X I IJ			(1) = (1)	

	司供力分	評価	一次固有		応力	発生応力	許容応力	<u> </u>	FRS*	影響
	 武備石松	部位	周期(秒)	_	分類	(MPa)	(MPa)	俗及	比率	評価
a	不活性ガス系配管	配管			1 \/r	171	225	1 05	—	\cap
	(AC-1, 2, 3, 8)	本体				171	335	1.95	—	0
6	可燃性ガス濃度制御系	配管			1 \/	65	0.00	5 50	_	
	配管 (FC-1)	本体				60	363	5, 58	_	0
©	可燃性ガス濃度制御系	配管			1 \/~	100	0.00	0.70	1.07	0
	配管 (FC-2)	本体				133	363	2.72	_	0
d	可燃性ガス濃度制御系	配管			1 \/		262	C CO	_	
	配管 (FC-3, 4)	本体				55	363	6.60	_	0
e	可燃性ガス濃度制御系	配管			1.1/4	C 1	262		_	
	配管 (FC-7, 8)	本体				61	363	5.95	_	0
ſ	残留熱除去系配管	配管								
	(RHR-34, 37, 38, 39,	本体			1次	166	380	2.28		0
	50)									
g	給水系配管	配管			1 \/	01	000	0.00	—	
	(FDW-13, 14)	本体		J	工伙	81	229	2.82	—	0

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。また、上段に 29.0 mの比率、下段に 14.0 mの 比率を記載する。


③ 設置床レベル 20.3 mの機器・配管系(減衰 3.0%)への影響検討結果

設置床レベルが EL. 20.3 m であり,減衰定数 3.0%を適用して耐震評価を実施する機器・配 管系として,原子炉冷却材浄化系配管,主蒸気隔離弁漏えい抑制系配管が有る。当該設備に対 して,シミュレーション解析結果を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動 S_sの耐震裕 度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がな いことを確認した。

表 4-20 20.3 m に設置された機器・配管系(減衰 3.0%)への影響評価結果

	訊供友好	評価	-	一次固有	応力	発生応力	許容応力	松 庄	FRS*	影響
	[部位	唐]期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	俗及	比率	評価
a	原子炉冷却材浄化系配	配管			1 1	109	260	2 40	—	
	管(CU-R-7)	本体				108	200	2.40	_	
	主蒸気隔離弁漏えい抑	配管								
	制系配管	本体			1次	114	363	3.18	_	0
	(MSIV-23, 25, 27, 29)									

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。また、上段に29.0mの比率、下段に14.0mの 比率を記載する。





 ④ 設置床レベル14.0 mの機器・配管系(減衰0.5%)への影響検討結果 設置床レベルが EL.14.0 mであり,減衰定数0.5%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として不活性ガス系配管が有る。当該設備に対して、シミュレーション解析結果を 踏まえた影響評価を実施した結果、基準地震動S。の耐震裕度は FRS 比率以上であるため、 観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-21 設置床レベル 14.0 m に設置された機器・配管系(減衰 0.5%) への影響評価結果

		評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	公 庄	FRS*	影響
	 	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	俗皮	比率	評価
a	不活性ガス系配管	配管		1 \/\	FO	225	F 67	1 10	\bigcirc
	(AC-6, 7)	本体		工伙	59	335	5.67	1, 12	0

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。



(5) 設置床レベル 14.0 mの機器・配管系(減衰 1.0%)への影響検討結果

設置床レベルが EL. 14.0 m であり,減衰定数 1.0%を適用して耐震評価を実施する機器・配 管系として,残留熱除去系配管が有る。当該設備に対して,シミュレーション解析結果を踏ま えた影響評価を実施した結果,基準地震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録 とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-22 設置床レベル 14.0 m に設置された機器・配管系(減衰 1.0%) への影響評価結果

	凯供力称	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~~	FRS*	影響
		部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	俗及	比率	評価
a	残留熱除去系配管	配管		1 \/\	100	262	9 99	1.04	\bigcirc
	(RHR-66)	本体		工伙	109	203	ə. əə	1.04	U

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーショ

Г					
図 4-20	EL.14.0 m	床応答スペク	トル比較	(減衰1.0%	%)

ン解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。

16 設置床レベル EL. 14.0 mの機器・配管系(減衰 2.0%)への影響検討結果

設置床レベルが EL. 14.0m であり, 減衰定数 2.0%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として, 高圧炉心スプレイ系配管, 低圧炉心スプレイ系配管, 残留熱除去系配管が 有る。当該設備に対して,シミュレーション解析結果を踏まえた影響評価を実施した結果, 基準地震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上であるため, 観測記録とシミュレーション解析結 果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-23 設置床レベル 14.0 m に設置された機器・配管系(減衰 2.0%)への影響評価結果

		評価	一次固有	Ĩ	応力	発生応力	許容応力	※ 庄	FRS*	影響
	 	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	俗及	比率	評価
a	高圧炉心スプレイ系	配管			1 1	104	264	1 07		
	配管 (HPCS-4, 5)	本体				194	304	1.07		
ⓑ	低圧炉心スプレイ系	配管			1 1/1++	150	206	2.64		
	配管 (LPCS-2, 3)	本体			1 15	150	390	2.04		
©	残留熱除去系配管	配管			1 1/1+	149	206	9.76		
	(RHR-48)	本体				140	390	2.70		
đ	残留熱除去系配管	配管			1 1	917	260	1 10		
	(RHR-70)	本体			工伙	217	200	1.19		U

注記 *: 観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。



 ① 設置床レベル EL. 14.0 mの機器・配管系(減衰3.0%)への影響検討結果 設置床レベルが EL. 14.0 mであり,減衰定数3.0%を適用して耐震評価を実施する機器・ 配管系として,残留熱除去系配管が有る。当該設備に対して,シミュレーション解析結果 を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動S。の耐震裕度は FRS 比率以上であるた め,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-24 設置床レベル 14.0 m に設置された機器・配管系(減衰 3.0%) への影響評価結果

	乳供力が	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	※ 庄	FRS*	影響
	 	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	俗及	比率	評価
a	残留熱除去系配管	配管		1 \/	156	225	9.14		0
	(RHR-5, 21)	本体			190	330	2.14	_	0
	残留熱除去系配管	配管		1 \/	101	200	2.00		0
	(RHR-8, 30, 99, 100)	本体		工伙	181	380	2.09		0

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーショ

ン解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。



【参考】EL. 38.8 m 及び EL. 34.7 m に設置されている設備の EL. 46.5 m の FRS 比率を用いた影響 検討

地震計が設置されていない標高に設置された設備の設備影響評価においては、評価影響対象 設備の設置された上下階の FRS 比率を確認しているが、EL. 38.8 m 及び EL. 34.7 m に設置され ている設備の評価に当たっては、東西のオペフロ面が外側にはらみ出すという特異な影響が生 じていることから EL. 46.5 m の FRS 比率を適用していない。

ここでは, EL. 38.8 m 及び EL. 34.7 m に設置された設備について, 仮に EL. 46.5 m の FRS 比率を適用した場合の影響について示す。

① 設置床レベル EL. 38.8 m 又は EL. 34.7 m の機器・配管系(減衰 0.5%)において EL. 46.5 m の FRS 比率を適用した場合の影響検討結果 設置床レベルが EL. 38.8 m 又は EL. 34.7 m であり,減衰定数 0.5%を適用して耐震評価 を実施する機器・配管系として,代替燃料プール冷却系配管が有る。当該設備に対して影響評価結果を実施した結果,基準地震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測 記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-25 設置床レベル EL. 38.8 m 又は EL. 34.7 m の機器・配管系(減衰 0.5%)への影響評価結果

	司 供 夕 升	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	[〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
ⓐ	代替燃料プール冷	配管		1 1/17	77	265	4 74	0 40	\bigcirc
	却系(AFPC-3)	本体		11	11	200	4.74	2.42	0

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。

٢					
L		 			
	図 4-23	EL. 46. 5 m	床応答スペク	トル比較	(減衰 0.5%)

別紙 1-3-84

② 設置床レベル EL. 38.8 m 又は EL. 34.7 m の機器・配管系(減衰 1.0%)において EL. 46.5 m の FRS 比率を適用した場合の影響検討結果 設置床レベルが EL. 38.8 m 又は EL. 34.7 m であり,減衰定数 1.0%を適用して耐震評価 を実施する機器・配管系として,使用済燃料貯蔵ラック及び制御棒貯蔵ラックが有る。当 該設備に対して影響評価結果を実施した結果,基準地震動 S の耐震裕度は FRS 比率以上 であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認

した。

表 4-26 設置床レベル EL. 38.8 m 又は EL. 34.7 m の機器・配管系(減衰 1.0%)への影響評価結果

	司供权称	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*1	影響
	[]	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
a	使用済燃料貯蔵	取付		1 \/	146	152	1.04	2.00	○*2
	ラック(70 体)	ボルト		1 1	140	105	1.04	2.09	
	制御棒貯蔵ラック	基礎		1 \/\+	159	171	1 00		\cap
		ボルト		工伙	198	1/1	1.08		U

注記 *1: 観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。

^{*2:}FRS 比率が耐震裕度を上回る結果となったため、詳細検討を行い耐震裕度が確保可能であることを確認



した。

【使用済燃料貯蔵ラックの詳細検討】

使用済燃料貯蔵ラックは、矩形形状でありNS方向及びEW方向により1次固有周期が異なる ことを踏まえて、NS方向、EW方向ごとの固有周期を踏まえて算定した使用済燃料貯蔵ラックの 耐震裕度と、NS方向及びEW方向の各方向における床応答スペクトルを用いて求めたFRS比率 とを比較することにより影響を確認した。

NS 方向は、一次固有周期位置においてシミュレーション解析結果の震度が観測記録の震度を 上回っており、観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認し た。また、EW 方向は、一次固有周期位置における観測記録とシミュレーション解析結果との FRS 比率が 1.44 であったが、EW 方向の耐震裕度 2.28 に収まっていることから、観測記録とシミュ レーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

	設備名称	評価 部位	方向	一次 固有 周期 (秒)	応力 分類	発生 応力 (MPa)	許容 応力 (MPa)	耐震裕度	FRS* 比率	影響評価
a	使用済燃料貯蔵	取付	NS 方向		1次	146	153	1.04	—	0
ⓑ			EW 方向		1次	67	153	2.28	1.44	0

表 4-27 使用済燃料貯蔵ラックの影響評価結果

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。

🗵 4-25	EL.46.5 m	床応答スペクトル比較	(減衰1.0%)

③ 設置床レベル EL. 38.8 m 又は EL. 34.7 m の機器・配管系(減衰 2.0%)において EL. 46.5 m の FRS 比率を適用した場合の影響検討結果
 設置床レベルが EL. 38.8 m 又は EL. 34.7 m であり、減衰定数 2.0%を適用して耐震評価

設置床レヘルか EL.38.8 m 又は EL.34.7 m であり,減衰定数 2.0%を適用して耐震評価 を実施する機器・配管系として,使用済燃料貯蔵ラック及び制御棒貯蔵ラックが有る。当 該設備に対して影響評価結果を実施した結果,基準地震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上 であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認 した。

表 4-28 設置床レベル EL. 38.8 m 又は EL. 34.7 m の機器・配管系(減衰 2.0%)への影響評価結果

	乳供力和	評価	評価 一次固有		発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
		部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
a	非常用ガス処理系配	配管		1 1	101	225	0.01		0
	管(AC-SGTS)	本体		工伙	101	335	3. 31	_	0
b	低圧代替注水系配管	配管		1 1/17	07	266	0.77	1 07	0
	(ALPI-003R3F)	本体		11	97	300	3. 11	1.07	0
©	低圧代替注水系配管	配管		1 \/~	116	266	2 15		0
	(ALPI-001DG)	本体		11	110	300	3.15	_	0
đ	格納容器下部注水系	配管		1 \/\	100	266	2.00	1.96	0
	配管 (FP-R-1)	本体		工伙	183	300	2.00	1.20	U

注記 *: 観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。



図 4-26

EL.46.5 m 床応答スペクトル比較(減衰2.0%)

④ 設置床レベル EL. 38.8 m 又は EL. 34.7 m の機器・配管系(減衰 3.0%)において EL. 46.5 m の FRS 比率を適用した場合の影響検討結果

設置床レベルが EL. 38.8 m 又は EL. 34.7 m であり,減衰定数 3.0%を適用して耐震評価 を実施する機器・配管系として,使用済燃料貯蔵ラック及び制御棒貯蔵ラックが有る。当 該設備に対して影響評価結果を実施した結果,基準地震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上 であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認 した。

表 4-29 設置床レベル EL. 38.8 m 又は EL. 34.7 m の機器・配管系(減衰 3.0%)への影響評価結果

	乳供女称	評価		一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	[]	部位	扂	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
(a)	格納容器圧力逃がし 装置配管 (PV-002R5F)	配管 本体			1次	78	363	4. 65	_	0
b	格納容器圧力逃がし 装置配管 (PV-008YD)	配管 本体			1次	96	363	3. 78		0

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。



【参考2】配管系における追加検討

配管系に対して,高次モードの影響を確認するため,1次固有周期よりも剛側の領域において,最大となるFRS比率と耐震裕度とを比較することにより影響を確認した。

① 設置床レベル 46.5 m に設置された配管系(減衰 0.5%) に対する追加検討

設置床レベルが EL.46.5 m であり,減衰定数 0.5%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,格納容器圧力逃がし装置配管が有る。当該設備に対して1次固有周期よりも剛 領域での FRS 比率を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないこ とを確認した。

表 4-30 設置床レベル 46.5 mの機器・配管系(減衰 0.5%)への影響評価結果

	乳供なお	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	[〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
(a)	格納容器圧力逃	配管		1 \/\	0.9	262	2.04	9.79	\cap
	がし装置配管	本体		工伙	92	303	5.94	2.18	U

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。



② 設置床レベル46.5 mに設置された配管系(減衰2.0%)に対する追加検討 設置床レベルがEL.46.5 mであり,減衰定数2.0%を適用して耐震評価を実施する配管 系として、非常ガス再循環系配管が有る。当該設備に対して1次固有周期よりも剛領域で のFRS比率を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動Ssの耐震裕度はFRS比率以上 であるため、観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認 した。

表 4-31 設置床レベル 46.5 mの機器・配管系(減衰 2.0%)への影響評価結果

	乳供力粉	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	[1] 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
a	非常ガス再循環	配管本体							
	系配管			1次	25	343	13.72	1.53	0
	(FRVS-6)								

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーショ

ン解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。

図 4-20	FI 46 5 m	庄古ダマペク	トル比較	(演奏 2 00/)
凶 4-29	сг. 40.5 m	不応谷へへク	トル比較	(顾衰 Z. 0%)

③ 設置床レベル 38.8 m に設置された配管系(減衰 2.0%)に対する追加検討

設置床レベルが EL. 38.8 m であり,減衰定数 2.0%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,非常用ガス処理系配管,低圧代替注水系配管及び格納容器下部注水系配管が有 る。当該設備に対して1次固有周期よりも剛領域での FRS 比率を踏まえた影響評価を実施 した結果,基準地震動S。の耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-32 設置床レベル 38.8 mの機器・配管系(減衰 2.0%)への影響評価結果

	訊供力升	評価		一次固有		応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	[]	部位	J	周期(秒)	_	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
a	非常用ガス処理系配	配管				1 1/1+	101	225	2 21	1.53	
	管 (AC-SGTS)	本体					101	222	5. 51	1.24	
b	低圧代替注水系配管	配管				1 \/\+	07	266	0.77	1.53	
	(ALPI-003R3F)	本体				工伙	97	300	3.77	1.07	
C	低圧代替注水系配管	配管				1 \/\+	116	266	2 15	1.53	
	(ALPI-001DG)	本体				工伙	110	300	3. 15	1.07	
đ	格納容器下部注水系	配管				1 \/\	109	266	2.00	1.53	\bigcirc
	配管 (FP-R-1)	本体				工伙	183	300	2.00	1.07	U

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。また、上段に46.5 mの比率、下段に29.0 mの 比率を記載する。





④ 設置床レベル 38.8 m に設置された配管系(減衰 3.0%)に対する追加検討

設置床レベルが EL.38.8 m であり,減衰定数 3.0%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,格納容器圧力逃がし装置配管が有る。当該設備に対して1次固有周期よりも剛 領域での FRS 比率を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動S。の耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないこ とを確認した。

表 4-33 設置床レベル 38.8 mの機器・配管系(減衰 3.0%)への影響評価結果

	二、一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一一	評価	一次固有	一次固有		発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
		部位	周期(秒)	_	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
(a)	格納容器圧力逃	配管							1.94	
	がし装置配管	本体			1次	78	363	4.65	1.04	0
	(PV-002R5F)								1.12	
b	格納容器圧力逃	配管							1.04	
	がし装置配管	本体			1次	96	363	3.78	1.34	\bigcirc
	(PV-008YD)								1.12	

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。また、上段に46.5mの比率、下段に29.0mの 比率を記載する。





⑤ 設置床レベル 34.7 m に設置された配管系(減衰 0.5%) に対する追加検討

設置床レベルが EL.34.7 m であり,減衰定数 0.5%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,代替燃料プール冷却系配管が有る。当該設備に対して1次固有周期よりも剛領 域での FRS 比率を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動S。の耐震裕度は FRS 比率 以上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを 確認した。

表 4-34 設置床レベル 34.7 mの機器・配管系(減衰 0.5%)への影響評価結果

	設備名称		一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	[〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
a	代替燃料プール冷	配管						0.70	
	却系配管	本体		1次	77	365	4.74	2.78	0
	(AFPC-3)							2.15	

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーショ

ン解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。また、上段に 46.5 m の比率、下段に 29.0 m の 比率を記載する。



図 4-32 (1/2) EL. 46.5 m 床応答スペクトル比較(減衰 0.5%)



⑥ 設置床レベル 29.0 m に設置された配管系(減衰 2.0%) に対する追加検討

設置床レベルが EL. 29.0 m であり,減衰定数 2.0%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,原子炉隔離時冷却系配管が有る。当該設備に対して1次固有周期よりも剛領域 での FRS 比率を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動S。の耐震裕度は FRS 比率以 上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確 認した。

表 4-35 設置床レベル 29.0 mの機器・配管系(減衰 2.0%)への影響評価結果

	凯供力折	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	汉 佣石 你	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
(a)		配管							
		本体		1次	146	363	2.48	1.07	0
	29)								

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。



図 4-33 EL. 29.0 m 床応答スペクトル比較(減衰 2.0%)

⑦ 設置床レベル 29.0 m に設置された配管系(減衰 3.0%) に対する追加検討

設置床レベルが EL. 29.0 m であり,減衰定数 3.0%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,原子炉隔離時冷却系配管が有る。当該設備に対して1次固有周期よりも剛領域 での FRS 比率を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動S。の耐震裕度は FRS 比率以 上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-36 設置床レベル 29.0 mの機器・配管系(減衰 3.0%)への影響評価結果

	乳供友分		一次固有	応力	発生応力	許容応力	耐震	FRS*	影響
	[〕 〕 〕 〕 〕 〔 〕 〕 〔 〕 〔 〕 〔 〕 〔 〕 〔 〕 〔	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	裕度	比率	評価
(a)		配管 本体		1次	62	380	6.12	1.05	0

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーショ

ン解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。



図 4-34 EL. 29.0.m 床応答スペクトル比較(減衰 3.0%)

⑧ 設置床レベル 20.3 m に設置された配管系(減衰 0.5%) に対する追加検討

設置床レベルが EL. 20.3 m であり,減衰定数 0.5%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,窒素ガス代替注入系配管,中央制御室待避室空気ボンベユニット配管,第二弁 操作室空気ボンベユニット配管及び非常用逃がし安全弁駆動系配管が有る。当該設備に対 して 1 次固有周期よりも剛領域での FRS 比率を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地 震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果の 差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-37 設置床レベル 20.3 m に設置された機器・配管系(減衰 0.5%)への影響評価結果

	乳供なみ	評価		·次固有	応力	発生応力	許容応力	※ 库	FRS*1	影響
	 	項目	周其	朝(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	俗及	比率	評価
a	窒素ガス代替注入系配	配管			1 \/	944	267	1 50	2.15	○*2
	管 (ANI-7)	本体			1 次	244	307	1.50	1.76	
6		配管							9 15	
		本体			1次	244	468	1.91	2.15	O^{*2}
									1.70	
©	第二弁操作室空気ボン	配管							9.15	
	ベユニット配管	本体			1次	213	468	2.19	2.15	0
	(PCVVVCC-1)								1.76	
đ	非常用逃がし安全弁駆	配管			1 \/_	207	491	2 00	2.15	
	動系配管(ESD-1)	本体			工伙	207	431	2.08	1.76	

注記 *1:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。また、上段に29.0mの比率、下段に14.0mの 比率を記載する。

*2: FRS 比率が耐震裕度を上回る結果となったため、詳細検討を行い耐震裕度が確保可能であることを確認



別紙 1-3-99



【窒素ガス代替注入系配管(ANI-7)の詳細検討】

詳細検討は,配管系の発生応力を地震による応力,地震時以外の応力に分け,更に地震時 応力を水平方向地震による応力と鉛直方向地震による応力に分類し,水平方向地震による応 力に FRS 比率を考慮することにより行う。FRS 比率を考慮した詳細検討結果を表 4-38 に示す。 表 4-38 に示すとおり発生応力は,許容値を満足することを確認した。

	1 次応力 (MPa)										
	地震にめ	地震	ミ による応力			許容値					
	1 地長以か	水亚卡向	扒 古士白	合計	合計応力	(MPa)					
	07/1071	水平方向	」	(SRSS)							
現状評価	16.6	89.7	208.7	227.2	244	367					
詳細検討	16.6	192. 9 (89. 7×2. 15)	208.7	284. 2	301	367					

表 4-38 FRS 比率を考慮した詳細検討結果

【中央制御室待避室空気ボンベユニット配管 (MCRS-1)】

詳細検討は,配管系の発生応力を地震による応力,地震時以外の応力に分け,更に地震時 応力を水平方向地震による応力と鉛直方向地震による応力に分類し,水平方向地震による応 力に FRS 比率を考慮することにより行う。FRS 比率を考慮した詳細検討結果を表 4-39 に示す。 表 4-39 に示すとおり発生応力は,許容値を満足することを確認した。

		1次	応力 (MPa)			
	地電門及	地震	こによる応力			許容値
	地長以2下	水亚士白	秋声士白	合計	合計応力	(MPa)
	0,00,00,00,00,00,00,00,00,00,00,00,00,0	水平方向	<u> </u>	(SRSS)		
現状評価	48.4	193. 9	17.7	194.8	244	468
詳細検討	48.4	416.9 (193.9×2.15)	17.7	417.3	466	468

表 4-39 FRS 比率を考慮した詳細検討結果

【非常用逃がし安全弁駆動系配管(ESD-1)】

詳細検討は,配管系の発生応力を地震による応力,地震時以外の応力に分け,更に地震時 応力を水平方向地震による応力と鉛直方向地震による応力に分類し,水平方向地震による応 力に FRS 比率を考慮することにより行う。FRS 比率を考慮した詳細検討結果を表 4-40 に示す。 表 4-40 に示すとおり発生応力は,許容値を満足することを確認した。

		1	次応力(MPa)			
	地震門が	地	許容値			
	地長以外	水亚卡向	公 古士白	合計	合計応力	(MPa)
	07/1075	小十万间	<u> </u>	(絶対和)		
現状評価	87.3	48.9	70.6	119.5	207	431
詳細検討	田検討 87.3 (48)		70.6	175.8	264	431

表 4-40 FRS 比率を考慮した詳細検討結果

⑨ 設置床レベル 20.3 m に設置された配管系(減衰 1.5%) に対する追加検討

設置床レベルが EL. 20.3 m であり,減衰定数 1.5%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,代替循環冷却系配管が有る。当該設備に対して1次固有周期よりも剛領域での FRS 比率を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動S。の耐震裕度は FRS 比率以上で あるため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認し た。

表 4-41 設置床レベル 20.3 m に設置された機器・配管系(減衰 1.5%)への影響評価結果

	凯供友称	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力		FRS*1	影響
		部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	俗及	比率	評価
ⓐ	代替循環冷却系	配管		1 \/\+	196	265	1 06	1.47	\bigcirc
	配管(ARC-2)	本体		工伙	190	305	1.96	1.38	U

注記 *1:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーショ

ン解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。また、上段に29.0mの比率、下段に14.0mの 比率を記載する。





⑩ 設置床レベル 20.3 m に設置された配管系(減衰 2.0%) に対する追加検討

設置床レベルが EL. 20.3 m であり,減衰定数 2.0%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,不活性ガス系配管,可燃性ガス濃度制御系配管,残留熱除去系配管,給水系配 管が有る。当該設備に対して1次固有周期よりも剛領域での FRS 比率を踏まえた影響評価 を実施した結果,基準地震動 S_oの耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミ ユレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-42	設置床レベル 20 3 r	nに設置された機器・配管系	(減衰20%)	への影響評価結果
X I I4			(1/2) 4 (2) (0) / (0)	

	乳供女教	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	松 庄	FRS*	影響
	 〕 前 伯 が	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	俗及	比率	評価
a	不活性ガス系配管	配管		1 1/4+	171	225	1 05	1.07	
	(AC-1, 2, 3, 8)	本体			171	335	1.95	1.24	
6	可燃性ガス濃度制御系	配管		1 1/4+	C F	262	F F0	1.07	
	配管 (FC-1)	本体			60	303	5, 58	1.24	
C	可燃性ガス濃度制御系	配管		1 \/	100	262	0.70	1.07	
	配管 (FC-2)	本体			155	303	2.12	—	
d	可燃性ガス濃度制御系	配管		1 1/4+		969	C CO	1.07	
	配管(FC-3, 4)	本体			55	303	6.60	1.24	
e	可燃性ガス濃度制御系	配管		1 1/4+	C1	262		1.07	
	配管(FC-7, 8)	本体			61	303	5.95	1.24	
ſ	残留熱除去系配管	配管						1.07	
	(RHR-34, 37, 38, 39,	本体		1次	166	380	2.28	1.07	0
	50)							1.24	
(g)	給水系配管	配管		1 \/\	01	000	0.00	1.07	
	(FDW-13, 14)	本体		工伙	81	229	2.82	1.24	0

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。また、上段に 29.0 mの比率、下段に 14.0 mの 比率を記載する。

								-	
								J	
図 4-37 (1	1/2)		EL. 29. 0	m	床応答スペ	クトル	北較(減衰 2.	0%)
			_					-	
								r	
								J	
図 4-37 (2	2/2)		EL. 14. 0	m	床応答スペ	クトル	北較(減衰 2.	0%)

① 設置床レベル 20.3 m に設置された配管系(減衰 3.0%) に対する追加検討

設置床レベルが EL. 20.3 m であり,減衰定数 3.0%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,原子炉冷却材浄化系配管,主蒸気隔離弁漏えい抑制系配管が有る。当該設備に 対して1次固有周期よりも剛領域での FRS 比率を踏まえた影響評価を実施した結果,基準 地震動 S_sの耐震裕度は FRS 比率以上であるため,観測記録とシミュレーション解析結果 の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-43 20.3 m に設置された機器・配管系(減衰 3.0%)への影響評価結果

	乳供女分	評価	一次固有	•	応力	発生応力	許容応力	※ 庄	FRS*	影響
	[〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕 〕	部位	周期(秒)	_	分類	(MPa)	(MPa)	俗及	比率	評価
a	原子炉冷却材浄化系配	配管			1 1/1	109	260	2 40	1.05	
	管 (CU-R-7)	本体				108	200	2.40	1.06	
	主蒸気隔離弁漏えい抑	配管							1 05	
	制系配管	本体			1次	114	363	3.18	1.05	0
	(MSIV-23, 25, 27, 29)			J					1.06	

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。また、上段に29.0 mの比率、下段に14.0 mの 比率を記載する。





 ② 設置床レベル14.0mに設置された配管系(減衰0.5%)に対する追加検討 設置床レベルが EL.14.0mであり,減衰定数0.5%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,不活性ガス系配管が有る。当該設備に対して1次固有周期よりも剛領域での FRS 比率を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動S。の耐震裕度は FRS 比率以上であ るため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-44 設置床レベル 14.0 m に設置された機器・配管系(減衰 0.5%) への影響評価結果

		評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	公 庄	FRS*	影響
	■ 2 1/用 2 1 1/小	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	俗皮	比率	評価
ⓐ	不活性ガス系配管	配管		1 \/\+	FO	225	F 67	1 76	\bigcirc
	(AC-6, 7)	本体		1 仄	59	335	5. 67	1.70	0

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーショ



ン解析が観測記録を上回っていれば「一」と記載する。

③ 設置床レベル14.0 mに設置された配管系(減衰1.0%)に対する追加検討 設置床レベルが EL.14.0 m であり,減衰定数1.0%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,残留熱除去系配管が有る。当該設備に対して1次固有周期よりも剛領域での FRS 比率を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動S_sの耐震裕度は FRS 比率以上であ るため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-45 設置床レベル 14.0 m に設置された機器・配管系(減衰 1.0%) への影響評価結果

	設備名称	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	松 庶	FRS*	影響
	12 (m-1-4).	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)		比率	評価
ⓐ	残留熱除去系配管	配管		1 \/	100	262	2 22	1 52	\bigcirc
	(RHR66)	本体		11	109	505	5. 55	1. 52	0

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーショ

[
図 4-40	EL.14.0 m	床応答スペク	トル比較	(減衰 1.0%)

ン解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。

 ④ 設置床レベル14.0mに設置された配管系(減衰2.0%)に対する追加検討
 設置床レベルがEL.14.0mであり,減衰定数2.0%を適用して耐震評価を実施する配管
 系として,高圧炉心スプレイ系配管,低圧炉心スプレイ系配管,残留熱除去系配管が有る。
 当該設備に対して1次固有周期よりも剛領域でのFRS比率を踏まえた影響評価を実施した
 結果,基準地震動S。の耐震裕度はFRS比率以上であるため,観測記録とシミュレーショ
 ン解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-46 設置床レベル 14.0 m に設置された機器・配管系(減衰 2.0%)への影響評価結果

	凯供力称	評価	一次固有		応力	発生応力	許容応力	※ 庄	FRS*	影響
	 取1用/41/小	部位	周期(秒)		分類	(MPa)	(MPa)	俗及	比率	評価
a	高圧炉心スプレイ系	配管			1 1/17	104	264	1 97	1.94	
	配管(HPCS-, 5)	本体				194	304	1.07	1.24	
ⓑ	低圧炉心スプレイ系	配管			1 \/	150	206	9.64	1.94	
	配管(LPCS-2, 3)	本体				150	390	2.04	1.24	
©	残留熱除去系配管	配管			1 1/17	149	206	9.76	1.94	
	(RHR-48)	本体				140	390	2.70	1.24	
đ	残留熱除去系配管	配管			1 1	917	260	1 10	1.94	
	(RHR-70)	本体		J	工伙	217	200	1.19	1.24	U

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーション解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。



③ 設置床レベル14.0mに設置された配管系(減衰3.0%)に対する追加検討 設置床レベルがEL.14.0mであり,減衰定数3.0%を適用して耐震評価を実施する配管 系として,残留熱除去系配管が有る。当該設備に対して1次固有周期よりも剛領域でのFRS 比率を踏まえた影響評価を実施した結果,基準地震動S。の耐震裕度はFRS 比率以上であ るため,観測記録とシミュレーション解析結果の差異に対する影響がないことを確認した。

表 4-47 設置床レベル 14.0 m に設置された機器・配管系(減衰 3.0%) への影響評価結果

	乳供々か	評価	一次固有	応力	発生応力	許容応力	※ 庄	FRS*	影響
	[]	部位	周期(秒)	分類	(MPa)	(MPa)	俗及	比率	評価
a	残留熱除去系配管	配管		1 \/\	156	225	9.14	1 06	0
	(RHR-5, 21)	本体		1 次	190	330	2.14	1.00	0
	残留熱除去系配管	配管		1 \/~	101	200	2.00	1.00	0
	(RHR-8, 30, 99, 100)	本体		工伙	181	380	2.09	1.06	0

注記 *:観測記録がシミュレーション解析結果上回っている場合は、その比率を記載する。またシミュレーショ



ン解析が観測記録を上回っていれば「-」と記載する。



図 4-43(1) 鉛直方向の観測記録とシミュレーション解析結果の比較


図 4-43 (2) 鉛直方向の観測記録とシミュレーション解析結果の比較



図 4-43 (3) 鉛直方向の観測記録とシミュレーション解析結果の比較



図 4-43(4) 鉛直方向の観測記録とシミュレーション解析結果の比較

5. まとめ

原子炉建屋の地震応答解析モデルについて,東北地方太平洋沖地震のシミュレーション解析結 果の比較から,人工岩盤のモデル化及び側面回転ばねの影響について検討した。

建設工認では埋込みを考慮しないSRモデルとしていたが、側面地盤の埋込み効果を考慮した 埋込みSRモデルとした場合、より実状に近い建屋の振動性状を評価できることを確認した。ま た、人工岩盤は岩盤として地盤モデル側にモデル化し、側面回転ばねを考慮しないモデルとする 方が、応答を保守側に評価することを確認した。

なお、建設工認の地震応答解析モデルは、埋込みを考慮しないモデルで、底面地盤ばね減衰定 数 5%一定としている。東北地方太平洋沖地震のシミュレーション解析結果より、埋込みを考慮 しない場合、埋込みを考慮したモデルに比べて建屋応答を保守的に評価することを確認しており、 建設工認モデルが埋込み考慮の今回工認モデルに比べて保守的な応答となるモデル化となってい たことを確認した。

以上の結果から, R/B 今回工認モデルは,人工岩盤を地盤モデル側に岩盤としてモデル化し, 側面回転ばねを考慮しない埋込みSRモデルとすることとした。 1. 概要

本資料は、「別紙 1-3 原子炉建屋の地震応答解析モデルについて」で示した原子炉建屋の地震 応答解析における東北地方太平洋沖地震のシミュレーション解析について、鉛直方向モデルによ る結果を示すものである。

2. 解析モデル

鉛直方向の解析モデルを図 2-1 に示す。

鉛直方向の解析モデルは、水平方向と同様に人工岩盤を地盤モデル側に岩盤としてモデル化する。なお、側面地盤ばねについては考慮しない。

5.13m

0.00m

10.27m 15.41m 20.55m



注1:数字は質点番号を示す。

注2 : () 内は要素番号を示す。

図 2-1 解析モデル(鉛直方向)

別紙 1-3 補-1

3. 解析結果

東北地方太平洋沖地震のシミュレーション解析結果として最大応答加速度分布の比較を図 3-1 に、床応答スペクトルの比較を図 3-2 に示す。

最大応答加速度は,解析結果が観測記録を上回っており,床応答スペクトルについてもほぼ全 ての周期帯で解析結果が観測記録を上回る傾向となっている。



図 3-2 最大応答加速度分布の比較(鉛直方向)







地下2階

図 3-2 (1/4) 床応答スペクトルの比較(鉛直方向)







図 3-2 (2/4) 床応答スペクトルの比較(鉛直方向)







図 3-2 (3/4) 床応答スペクトルの比較(鉛直方向)







図 3-2 (4/4) 床応答スペクトルの比較(鉛直方向)

補足 シミュレーション解析に用いる入力地震動の算定について

1. 概要

今回工認では、地震応答解析における原子炉建屋への入力地震動は一次元波動論に基づき、解 放基盤表面レベルで定義される基準地震動Ss及び弾性設計用地震動Sdに対する建屋基礎底面 及び側面地盤ばねレベルでの地盤の応答として評価している。地震応答解析モデルに入力する地 震動の概念図を図1-1及び図1-2に示す。

ここでは、建屋のシミュレーション解析に用いる入力地震動の算定結果について示す。



図 1-1 地震応答解析モデルに入力する地震動の概念図(水平方向)



図 1-2 地震応答解析モデルに入力する地震動の概念図(鉛直方向)

2. 検討内容

2.1 検討方針

2011 年東北地方太平洋沖地震の観測記録を基に作成された解放基盤表面レベル(EL.-370m) で定義される解放基盤波を用い、今回工認と同様に一次元波動論により地盤応答解析を行う。 解析の地中の最大応答加速度分布を観測記録と比較することにより入力動評価の妥当性を確認 する。2011 年東北地方太平洋沖地震の諸元及び震央位置を図 2-1 に示す。

地震名	2011年東北地方太平洋沖地震
発生日時	2011 年 3 月 11 日 14 時 46 分頃*
マグニチュード	9.0*
震源深さ	24 km*
震央距離	270
震源距離	271

注記 *: 気象庁発表値



図 2-1 2011 年東北地方太平洋沖地震の諸元及び震央位置

別紙 1-3 補-5

2.2 地盤地震計設置位置

図 2-2 に地盤地震計設置位置を構内配置図に示す。また,地盤地震計設置深さを図 2-3 に示す。









<u>▽EL.-370.0m(解放基盤表面)</u> G.L.-380m 図 2-3 地盤地震計設置深さ(標高)

2.3 解放基盤波

2011年東北地方太平洋沖地震の観測記録を基に作成された解放基盤表面レベル(EL.-370 m) で定義される解放基盤波を図 2-4 に示す。



図 2-4 (1/2) 解放基盤表面レベル(EL.-370 m)における解放基盤波



図 2-4 (2/2) 解放基盤表面レベル(EL.-370m)における解放基盤波

別紙 1-3 補-8

2.4 地盤物性

地盤応答解析に用いる初期地盤の物性値を表 2-1 に, 歪依存特性を図 2-5~図 2-8 に示す。

標高	地層	層厚	密度	S波速度	ポアソン比
EL.	区分		ρ	Vs	ν
m 8 0		m	t/m³	m/s	
0.0	du*	5.0	1.82	210	0.385
3.0	$Ag2^*$	1.0	1.89	240	0.286
2.0	Ag2	4. 7	2.01	240	0.491
-2.7	D2g-3	11.7	2.15	500	0.462
-14.4		5.6	1.72	446	0.461
-20.0		20.0	1.72	456	0.460
-40.0		20.0	1.73	472	0.458
-60.0		30.0	1.73	491	0.455
-90.0	Km	30.0	1.73	514	0.452
-120.0	IXIII	30.0	1.73	537	0.449
-150.0		40.0	1.74	564	0.445
-190.0		40.0	1.74	595	0.441
-230.0		40.0	1.75	626	0.437
-270.0		50.0	1.75	660	0.433
-320.0		50.0	1.76	699	0.427
-370.0	解放基盤	_	1.76	718	0.425

表 2-1 初期地盤物性

注記 *:地下水位より浅いことを示す。



図 2-5 動せん断弾性係数及び減衰のひずみ依存性(du 層)



図 2-6 動せん断弾性係数及び減衰のひずみ依存性(Ag2 層)



図 2-7 動せん断弾性係数及び減衰のひずみ依存性(D2g-3層)



図 2-8 動せん断弾性係数及び減衰のひずみ依存性(Km層)

3. 検討結果

2011 年東北地方太平洋沖地震の観測記録による地中応答を今回工認と同様の方法により解析 を行った。

地中の最大応答加速度分布を観測記録と比較し図 3-1 に示す。最大応答加速度分布は観測記録 とほぼ対応している。同じ手法を用いて算定している基準地震動S。及び弾性設計用地震動S。に 対する入力地震動についても妥当な評価と判断できる。





図 3-1 地中の最大応答加速度分布

別紙 1-4 原子炉建屋の地震時の基礎浮上りの評価法について

1.	概要	別紙 1-	-4-1
2.	基礎浮上りの評価手順について・・・・・	別紙 1-	-4-1
3.	原子炉建屋の基礎浮上りの評価法について・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	別紙 1-	-4-2

1. 概要

原子炉建屋の耐震設計において,建屋・地盤系の地震応答解析を行い地震力を求める際,基礎の浮き上がりを考慮した解析が必要となる場合がある。ここでは,JEAG4601-1991追補版に示される耐震設計において基礎浮上りが予想される場合の地震応答解析に関する浮上り評価法について示す。

2. 基礎浮上りの評価手順について

接地率 (η) は、地震応答解析結果の最大転倒モーメント (M_{max}) を用いて次式により算定する。

$$\eta = 3\left(\frac{1}{2} - \frac{M_{max}}{W \cdot L}\right)$$

ここで,

η :接地率
M_{max} :最大転倒モーメント
W :建屋総重量
L :建屋基礎幅

接地率が75%以上の場合は,基礎浮上りの幾何学的非線形を線形とした地震応答解析を,接地 率が65%以上の場合は基礎浮上りによる幾何学的非線形性を考慮した地盤ばねを採用した非線 形地震応答解析を行えば,地震応答解析結果を設計用地震力の算定に用いてさしつかえがなく, 接地率が65%未満の場合は別途検討が必要である。図2-1 に基礎浮上りの評価手順フローを示 す。



図 2-1 基礎浮上りの評価手順フロー

3. 原子炉建屋の基礎浮上りの評価法について

原子炉建屋の最小接地率は95.8 %であり75 %以上であるため,基礎浮上りの幾何学的非線 形を線形とした地震応答解析を行っている。 別紙 2-1 使用済燃料乾式貯蔵建屋で用いる有効入力動の適用性について

1.	既工認と今回工認における地盤ばね及び入力地震動算出方法の比較	-1-1
2.	三次元蓮層要素法による杭の拘束効果を考慮した有効入力動の算出方法別紙2	-1-2
3.	三次元薄層要素法の妥当性確認	-1-3
4.	杭の拘束効果を考慮した有効入力動の適用性の検討別紙2	-1-5
5.	基準地震動S。に対する有効入力動と自由地盤地震動の比較別紙2	-1-9

参考資料 規格・基準等での有効入力動に関する記載

1. 既工認と今回工認における地盤ばね及び入力地震動算出方法の比較

既工認では、杭を考慮した地盤ばね算出に三次元薄層要素法を用いていたが、建屋地震応答解 析モデルへの入力動には一次元波動論により算出した基礎スラブ底面レベルにおける露頭波を用 いていた。三次元薄層要素法とは、水平方向には弾性波動論、深さ方向には有限要素法で定式化 した解析手法である。

今回工認では、入力地震動評価にも同手法により杭の拘束効果を考慮した基礎スラブ底面レベルにおける有効入力動を用いることにより、地盤ばねの設定との整合を図り、より実状に近い評価とする。表 1-1 に既工認と今回工認における地盤ばね及び入力地震動算出方法の比較を示す。

	建屋モデル	①地盤ばね	②入力地震動	
	EL (m) <u>.29.20.</u> N003	三次元薄層要素法により杭を考慮した 地盤ばねを算出	ー次元波動論により入力地震動を算出 自由地盤地震動	
ᄪᅮᆕ	<u>17.75</u> N002			
	<u>*設</u> のNEOI ①地盤ばお ⁶			
	① ②入力地震動	杭の存在を考慮している範囲	基準地震動	
	EL (m) <u>-29.20.</u> NB003	三次元薄層要素法により杭を考慮した 地盤ばねを算出	三次元薄層要素法により杭の拘束効果 を考慮した入力地震動を算出 有効入力動	
今回工認	17.75. 8 30. BSTP			
	②入力地震動		基準地震動	

表 1-1 既工認と今回工認における地盤ばね及び入力地震動算出方法の比較

三次元薄層要素法による杭の拘束効果を考慮した有効入力動の算出方法
一次元波動論から算出される自由地盤地震動に三次元薄層要素法により算出した伝達関数比率
を乗じて杭の拘束効果を考慮した有効入力動を算出する。算出方法を図 2-1 に示す。



図 2-1 三次元薄層要素法による有効入力動の算出方法

3. 三次元薄層要素法の妥当性確認

三次元薄層要素法による有効入力動の妥当性を規格基準等の記載より確認した。規格基準等に は、杭基礎の拘束効果を考慮した有効入力動を設定すること及びその評価に三次元薄層要素法が 用いられることが示されている。確認した規格基準等の抜粋を「【補足資料】規格基準等での有 効入力動に関する記載」に示す。

また,三次元薄層要素法の妥当性を確認するため,三次元薄層要素法及び一次元波動論より算 定した自由地盤の伝達関数を比較した。地盤物性は,S_s-D1Hによる等価物性を代表として 用いた。図3-1に比較対象概要図,図3-2に一次元波動論及び三次元薄層要素法による自由地盤の 伝達関数を比較して示す。両者同様な結果が得られていることから三次元薄層要素法の妥当性を 確認した。



図 3-1 比較対象概要図



図 3-2 一次元波動論及び三次元薄層要素法による自由地盤の伝達関数の比較

4. 杭の拘束効果を考慮した有効入力動の適用性の検討

使用済燃料乾式貯蔵建屋への杭の拘束効果を考慮した有効入力動の適用性を確認するため, 2011年3月11日東北地方太平洋沖地震の観測記録を用いたシミュレーション解析を行った。地震 観測記録と有効入力動を用いた解析結果の基礎上の床応答スペクトルの比較を図4-1に示す。

有効入力動を用いた解析結果は,建屋の1次固有周期,2次固有周期及び使用済燃料乾式貯蔵 容器(以下、貯蔵容器という。)で観測記録と概ね同等以上となっており,使用済燃料乾式貯蔵 建屋への杭の拘束効果を考慮した有効入力動の適用性を確認した。





図 4-1 (1/3) 床応答スペクトルの比較 (NS 方向, h=5%)





図4-1 (2/3) 床応答スペクトルの比較 (EW方向, h=5%)




図 4-1 (3/3) 床応答スペクトルの比較(UD 方向, h=5%)

5. 基準地震動 S。に対する有効入力動と自由地盤地震動の比較

基準地震動S。に対する杭の拘束効果を考慮した有効入力動を既工認手法による自由地盤地震動と比較を行った。比較は代表として基準地震動S。-D1に対して行った。

図5-1に一次元波動論により算定した自由地盤地震動X_sの加速度応答スペクトルを示す。三次 元薄層要素法により算定した自由地盤の伝達関数T_s及び杭拘束考慮の伝達関数T_Fを図5-2及び 図5-3にそれぞれ示す。また、T_sに対するT_Fの比を図5-4に示す。最終的に算定された、NS方向 及びEW方向の有効入力動の加速度応答スペクトルを自由地盤地震動の加速度応答スペクトルと比 較して図5-5に示す。

杭の拘束効果を考慮した有効入力動は自由地盤地震動よりやや小さいことを確認した。



図 5-1 自由地盤地震動 (X_s)の加速度応答スペクトル ($S_s - D1$, h=5%)



図 5-2 自由地盤伝達関数 (T_s)



(a) NS方向



図 5-3 杭拘束考慮の伝達関数(T_F)



図 5-4 Tsに対するTFの比



(a) NS 方向



図 5-5 加速度応答スペクトルの比較(h=5%)

【参考資料】規格基準等での有効入力動に関する記載

- ・原子力発電所耐震設計技術指針 JEAG4616-2003((社)日本電気協会, 2003)
- ・原子力発電所耐震設計技術規程 JEAC4616-2009((社)日本電気協会, 2010)
- ・入門・建物と地盤との動的相互作用((社)日本建築学会,1996)
- ・建物と地盤の動的相互作用を考慮した応答解析と耐震設計((社)日本建築学会,2006)

b) FEM モデル

FEM モデルは、一般に地盤及び杭基礎を二次元にモデル化し、杭基礎全体モ デルとして応答解析を行う。FEM モデルでは、地盤を平面ひずみ要素、杭を梁要 素、建屋を質点系あるいは平面ひずみ要素にモデル化する。また、地盤を軸対称 要素、群杭をリング杭要素にモデル化した軸対称 FEM モデル^(1,3,2-6) による応答 解析も可能である。地盤モデルの側面と底面の境界には、波動エネルギーの逸散 を考慮するため、エネルギー伝達境界あるいは粘性境界などを設けて地盤の半無 限性を考慮する。FEM モデルでは、群杭と地盤を直接モデル化することが可能 であり、群杭効果や埋込み効果を考慮できる。また、液状化対策などの目的で実 施する地盤改良の効果を直接取り込むことができる。

杭体や地盤の非線形性は,それぞれの要素に非線形特性を組み込んだモデルに よる時刻歴応答解析により考慮する。

なお、二次元 FEM モデルや軸対称 FEM モデルによる解析では、三次元的に 配置されている群杭を適切に二次元又は軸対称にモデル化する必要がある。

c) SRモデル

SR モデルでは、建屋を質点系にモデル化し、基礎底面位置に群杭と地盤との 動的相互作用を考慮して評価した群杭ばね(水平ばねと回転ばね)を取り付けて モデル化する。基礎底面の群杭ばねは、地盤の成層性と半無限性を考慮した三次 元薄層法による加振解などを用いて、群杭効果を考慮して評価することができ る。また、杭本数が多本数となる場合には、2本杭の柔性を重ね合わせる方 法^{(1,3,2-9),(1,3,2-10)}や群杭係数を用いる方法などの近似解法^{(1,3,2-10),(1,3,2-10)}によ り求めることができる。貯蔵建屋に埋込みが有る場合の側面地盤ばねは、質点系 モデルと同様に Novak の方法などにより評価する。群杭ばねは、基礎スラブを 剛体として評価した場合、水平ばね、回転ばね、水平・回転連成ばねの3成分が 算定されるが、水平・回転連成ばねの影響は小さいため、通常考慮しなくてもよ い。

群杭ばねは, 複素数として振動数に依存した形で求められるが, 時刻歴応答解 析に用いる場合は「原子力発電所耐震設計技術指針 追補版 (JEAG 4601)」(日本 電気協会)による近似法と同様に, 地盤ばねの剛性に相当する実数部は振動数ω =0における値, すなわち, 振動数に依存しない一定値として取扱うこととする。 減衰に相当する虚数部は, 建屋連成系の1次振動数ω,における減衰定数h,を通 るωの1次式とする。

SR モデルへの入力動は,原則として,第5章「表層地盤の応答評価」に述べた 自由地盤の地震応答解析結果に基づき,基礎底面深さにおける応答波形とする。 ただし,群杭による拘束効果や地盤改良の影響などにより建屋への入力動が自由 地盤の応答と差を生じる場合には,必要に応じて別途有効入力動を評価すること とする。

なお、SR モデルによって地震応答解析を行う場合には、杭体の応力と変形は

7 - 25



3. 動的相互作用の要因とその影響 - 83 -

3.3.3 基礎入力動

基礎入力動は基礎の剛性が地盤震動を拘束する効果を考慮した建物-基礎系への入力地震動であ り、解析的には図 3.13 に示すごとく入力地震動を受けたときの無質量・剛体基礎の応答として求 めることができる。鉛直入射S波 $E_0 \exp(i\omega t)$ に対するR1 基礎の基礎入力動を図 3.14 に示す。 縦軸は基礎入力動の水平成分 Δ^* および回転成分 Φ^* に基礎の半幅 b を掛けた基礎端での上下変位 Φ^*b を地表面の応答振幅 U_s で基準化した値である。R1 基礎は地中梁程度の埋め込みを有する直 接基礎であるが、埋め込みのない地表面基礎では水平の基礎入力動は振幅比 Δ^*/U_s が1 で回転成 分 Φ^* はゼロとなる。すなわち、基礎入力動は地表面の応答そのものになる。基礎が若干埋め込ま れたことにより、上記の地表面基礎での基礎入力動の特性とは異なり、特に回転成分は振動数が高 くなるにつれて大きくなる。水平成分の基礎入力動の振幅比は均質地盤 G1 においては振動数と ともに減少するが、成層地盤 G2 と G3 においては地盤の固有振動数の影響を受けて波打ち、固 有振動数付近では谷になる。これは地盤の固有振動数で共振する地盤の応答を基礎が拘束している ことに起因する。



6. 動的相互作用の代表的解析法 -161-

6.3.4 プログラムの流れ

図 6.3.6 に,直接境界要素法による動的相互作用解析プログラムの流れを示し,前3項の数式および留意点の参照箇所を位置付けた.まず,問題の定義において地盤物性,基礎形状,ならびに擾乱の種類が定義される.次に,境界要素法の要素積分とマトリックス解の評価が行われ,目的とする動的相互作用基本物理量が求められる.

境界要素積分の評価においては、対象振動数範囲に相応しい要素分割,使用するグリーン関数の 選択と評価,ならびに境界要素特異積分および非特異積分の手法の選択が行われる.評価された影 響関数(境界積分結果)にマトリックス演算を行う際には、外部問題において発生する内部固有値 の取り扱いに注意が必要となる.

6.4 薄層要素法

薄層要素法または薄層法とは、弾性地盤における正弦的な波動伝播を求めるのに際し、地盤を水 平な薄層に分割して水平方向には均質な連続体とするが、深さ方向には分割面で離散的に扱う方法 に対して名付けられたものである¹⁷⁷¹. 当初、この方法は有限要素法の普及とも関係して、地盤を規 則領域と不規則領域とに分けたとき、規則領域の無限の広がりに代わるエネルギー伝達境界の設定 に応用されてきた¹⁷⁸⁰⁻¹⁸¹⁷など。その後、同じ薄層モデルを用いて、任意節面上に正弦的な点加振を与 えたときの波動伝播の解が解析的に導きだされた^{351,1821}.1831. その結果、これを成層地盤のグリーン 関数として用いることにより、サブストラクチャー法に基づいた三次元の動的相互作用解析が著し く簡易化されることになった.

一般に,弾性地盤における波動伝播の解は波数に関する無限積分で表され,その数値計算は極め て煩雑となる.しかしながら,薄層法ではこの無限積分が解析的に求められ,解がいわゆる Closed form で与えられる.したがって,計算効率の点で極めて有利となるため,地盤内部に多数 の加振源を有する埋込み基礎や群杭の動的相互作用解析に広く適用され,最近では理論地震動の計 算にも応用されている^{181/-180/'42''}.本節では,この薄層法について,その基礎方程式と導出される解 の最終表現を示し,解の精度を検討して薄層モデル設定の際の注意点を述べる.また,薄層法の適 用例として,ここでは群杭の動的相互作用問題をとりあげ,若干の数値解析例を紹介する.

6.4.1 薄層モデルにおける加振解

まず、図 6.4.1のような半無限成層地盤に対し、薄層モデルを以下のように設定する.

- 1) 地盤の深さ方向にモデル化領域を定め、その成層状況および解析精度を考慮して多数の水平 な薄層に分割する.ここに、各薄層は均質とし、層内では深さ方向の変位分布を直線に仮定す る.
- 2) 各薄層節面に対し、その節面番号を地表面より順次1,2,…, Nと付す. この番号は節面下の層要素についても共用する.
- 3) 地盤の半無限性を考慮するため、最下層(第N層)をダッシュポットまたは半無限要素で モデル化する [図 6.4.2 参照].

-172- 入門・建物と地盤との動的相互作用

(2) 薄層領域の精度

10 層モデルを用いて、最下層がダッシュポットの場合と半無限境界の場合について薄層領域による解の精度を検討する.ただし、前述の薄層分割による精度を考え、ここでは $r/H \ge 3$ および $n \ge 5$ をほぼ満足するようにモデルを設定してある.r/L = 1/2、1の場合について、 $\omega L/V_s$ を変数として求めた変位関数の比較を図 6.4.7 に示す.ここでも同様に、せん断波の1波長:λとモデル深さ:Lの関係を考えると、

λ	$\omega L = 2\pi$	
m = L	$V_s = m$	(6,4,21)

一般の離散化手法では、対象振動数に対してモデル深さをm=1程度に選ぶ、そこで、ここでも式 (6.4.21) から $0 < \omega L/V_s \le 6.0$ の範囲を対象とし、図の横軸には上記の $m=\lambda/L$ も示した.

まず、r/Lに着目してモデルの設定深さを考えると、図からはダッシュポットモデルの場合に $r/L \leq 1/2$ 、半無限境界モデルでは $r/L \leq 1$ となるように薄層領域を設けるのが望ましいといえる. さらにこのとき、ダッシュポットモデルおよび半無限境界モデルとも、水平加振に対しては $m \leq 4$ ($\omega L/V_s \geq 1.5$)、上下加振に対しては少なくとも $m \leq 2(\omega L/V_s \geq 3.0)$ となるように設定すること も必要である。結局、ここでも加振点一受振点間距離:rとせん断波の1波長: λ の両者に対する パランスが問題となる。

(3) 薄層モデルの設定方法

以上の精度検討をまとめると、薄層モデルを設定する際の指標として、薄層分割については表 6.4.1 が、薄層領域については表 6.4.2 が提唱できよう. もちろん、現実の地盤は層序が複雑なこ ともあって、このように単純には設定できない場合もある. しかしながら、同表は薄層モデル設定 の際のめやすになろう.

r	/H	λ/Η (ο	H/V _s)			
少なくとも	できれば	少なくとも	できれば			
>3 ≧4		>5 (≤1.25)	≧6 (≤1.0)			

表 6.4.1 薄層分割(分割層厚)の設定指標

表 6.4.2	薄層領域	(モデル深さ)	の設定指標
			the second

<i>r</i> ,	L	$\lambda/L (\omega L/V_s)$				
ダッシュポット	半無限境界	水平加振	上下加振			
$\leq 1/2$	≦1	≤4 (≥1.5)	≤2 (≥3.0)			

6.4.4 薄層モデルによる群杭の動的相互作用解析

計算効率や成層地盤への適用性などにより,薄層モデルは埋込み基礎や杭基礎の三次元動的相互 作用解析に広く用いられている.ここでは,最近注目されている群杭の動的相互作用解析について 数値計算例を紹介する.

いま,図6.4.8(a)のような構造物―杭―地盤系を考え,サブストラクチャー法を適用して同

6. 動的相互作用の代表的解析法 -173-S:構造物 $u_G(i\omega)$ $u_G(i\omega)$ G: 地幣 (a) 構造物一杭一地盤系 (b) 構造物一杭系 (c) 地盤系 図6.4.8 サブストラクチャー法による構造物一杭系と地盤系の分離 土柱I 土柱J 図6.4.9 地盤系における加振力と変位の関係 図(b),(c)のように構造物一杭系と地盤系に分離する.分離にあたっては、容積法を採用する のがこの場合には便利である.まず、同図(c)の地盤系に着目して薄層モデルを設定し、杭と地 盤とが連続する節点を薄層節面上に設ける、このように空間的に分布された節点群に対し、先の薄 層解を適用して変位と加振力の関係式を求める、このとき、図 6.4.9 を参照して、杭と置き換わる すべての土柱に対し I≠Jの場合には式(6.4.8)を、I=Jの場合には式(6.4.11)または式(6.4.13) を適用すると,変位と加振力の関係は次式で表す. $\begin{cases} \{u_x\}\\ \{u_y\}\\ \{u_z\} \end{cases} = [A(i\omega)] \begin{cases} \{F_x\}\\ \{F_y\}\\ \{F_z\} \end{cases}$ (6.4.22)または、これを簡単に $\{u\} = [A] \{F\}$ と表す、この関係式が求められていれば、以後はサブスト ラクチャー法に従い定式化すればよい. すなわち,図6.4.8を参照して相互作用力:FP,FGの釣 合い条件と変位の連続条件を考慮すると、最終的な運動方程式は以下のように導かれる. $\begin{pmatrix} \begin{bmatrix} K_{SS} & \begin{bmatrix} K_{SP} \end{bmatrix} \\ \begin{bmatrix} K_{PS} \end{bmatrix} & \begin{bmatrix} K_{PP} \end{bmatrix} - \begin{bmatrix} K_{PP} \end{bmatrix} + \begin{bmatrix} A \end{bmatrix}^{-1} \end{bmatrix} - \omega^2 \begin{bmatrix} \begin{bmatrix} M_S \end{bmatrix} \\ \begin{bmatrix} M_P \end{bmatrix} - \begin{bmatrix} M_F \end{bmatrix} \end{bmatrix}) \begin{pmatrix} \{u_S\} \\ \{u_P\} \end{pmatrix} = \begin{pmatrix} \{F_S\} \\ \{F^*\} \end{pmatrix}$ (6.4.23)

174 — 入門・建物と地盤との動的相互作用
 ここに、

 $\{F^*\} = [A]^{-1}\{u_G\}$

ただし, $[K_{ss}]$, $[K_{PP}]$,…および $[M_s]$, $[M_P]$,…は、それぞれ構造物:Sと杭:Pの離散化表示に よる剛性マトリックスと質量マトリックスを意味する. とくに、 $[K_P]$ と $[M_P]$ は杭と同体積の 土柱の剛性マトリックスと質量マトリックスを表す. また、 $\{F_s\}$ は構造物に外部から作用する加 振力ベクトルで、 $\{F^*\}$ は地震時に杭に作用するドライビングフォースベクトルである. 構造物一 杭一地盤系の解析では、式 (6.4.23) の運動方程式が基本となる. 例えば、群杭の動特性を論じる うえで重要な杭基礎のインピーダンスは、式 (6.4.23) で構造物を無質量剛体とし、その上で加振 問題 ($\{F^*\} = \{0\}$) を解けばよい. また、同様に杭基礎の入力動は、同式で入射問題 ($\{F_s\} = \{0\}$) を解けばよい.

数値例^(ss)として, 杭径: B に対する杭中心間隔: S の比が S/B=2.5 の場合について, 杭本数: Nをパラメーターに求めた群杭の水平インビーダンスを図 6.4.10 に示す. 同図には参考のため単



建物と地盤の動的相互作用を考慮した応答解析と耐震設計((社)日本建築学会,2006)

1.2.3 慣性の相互作用と入力の相互作用

相互作用を理解するには、図1.2.4に示すように、建物と地盤とを分離して考えると分かりやすい. この考え方は、後に、動的サブストラクチャー法として解説されているが、ここでは導入部として その概要を示しておく.



まず,建物が存在しない状態(建物部を切り欠いた地盤)を想定する.このときの建物と地盤と の境界部でのカー変位関係を,「動的地盤ばね」と呼んでいる(相互作用ばね,インピーダンスな どとも呼ぶ).また,地震動が入射したときの建物ー地盤境界部での動きを,「基礎入力動」と呼 んでいる.基礎入力動は,地盤ばねを介して建物に作用する入力地震動に相当する.動的地盤ばね と基礎入力動を求める問題を,それぞれ、「加振問題」,「入力問題」と呼び,それぞれの相互作 用効果を「慣性の相互作用」,「入力の相互作用」と呼ぶ.上に示した地盤ばねや地下逸散減衰は 慣性の相互作用効果の一つ,入力損失は入力の相互作用効果の一つである.

動的地盤ばねと基礎入力動の積は「ドライビングフォース」と呼ばれる.ドライビングフォース は、地震動が入射したことによって生じた建物-地盤境界部の変位を、元に戻すために必要となる 力である.この力が、作用・反作用の関係で上部構造に作用することになる.

したがって、上部構造物の運動方程式には、剛性行列に動的地盤ばねが加わり、外力ベクトルに ドライビングフォースが与えられることになる、動的地盤ばねは、建物の存在の有無による変位差 (基礎の応答変位と基礎入力動との相対変位)に比例した抵抗力を生み出す.これが建物と地盤との 間でやりとりされる「相互作用力」である.

別紙 2-1-22

6.4 基礎入力動の評価

6.4.1 抗基礎の基礎入力動の特徴

杭基礎建物の入力動は、直接基礎のように表層地盤の地表面応答波がそのまま上部構造に入力さ れるのではなく、地盤内に存在する群杭が表層地盤の単動を拘束するため、自由地盤の応答波とは 異なる:図64.1は薄層法を用いて求めた杭基礎の基礎入力動を、自由地表面の応答に対する比(応 答倍率)として示している、地盤モデルは3章の図3.3.3 に示した地盤-2 の地盤モデル(支持層 GL-25m)であり、減状化腸がない場合と考慮した場合である。杭径は1200mmと1500mm、杭間距 躍は6mとし、杭本数は2×2=4本と6×6=36本としている。

地盤の1次固有振動数に相当する1Hz以下の低振動数では、基礎入力動の振幅は自由地表面を下 回り、いわゆる「入力損失効果」が見られる。その低減効果は、群杭が表層地盤の挙動を拘束する 効果に応じて杭本数が多く、杭径が大きくなるほど大きくなる。また液状化層を考慮した地盤では 入力損失効果が顕著に見られるが、杭本数が多い杭基礎では2Hz付近の高振動数域で自由地盤に比 べ大きくなる場合がある。これは、被状化層をもつ自由地盤では地盤の非線形化による減衰効果に より増幅が抑えられるのに対し、杭基礎では杭の支持層地盤から直接杭体を伝わり上部構造に入力 する地震動成分があるためである。このような杭基礎への基礎入力動の性状は、群杭効果と同様に 杭径、杭長、杭間距離、地盤剛性によって異なる。杭基礎と上部構造をモデル化した一体型モデル を用いた応答解析ではこのような基礎入力動の影響は自動的に考慮されるが、分離型モデルでは別 途基礎入力動を評価して SR モデルに入力する必要がある。



別紙 2-2 使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震応答解析モデルの変更について

1.	概要	. 別紙 2-2-1
2.	使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震応答解析モデルの変更について	. 別紙 2-2-2
3.	既工認モデルとの比較	別紙 2-2-15
4.	FEMモデルの固有値解析結果との比較	別紙 2-2-20
5.	質点系モデルと FEM モデルによるスペクトル比較	別紙 2-2-22

1. 概要

使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震応答解析モデル(以下「DC 今回工認モデル」という。)は、基本 的に建設工認時の地震応答解析モデル(以下「DC 既工認モデル」という。)に基づき設定してい るが、解析モデルの精緻化を目的とし、DC 既工認モデルから変更を行っている。本資料では、使 用済燃料乾式貯蔵建屋のモデルについて変更の概要及び影響確認結果を示すことで、DC 今回工認 モデルの妥当性を確認する。 2. 使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震応答解析モデルの変更について

地震応答解析モデルは、以下の方針に基づいて、DC 既工認モデルから変更する。

NS 方向の耐震壁には、金属キャスク冷却のために上階及び下階に大開口が設けられている。NS 方向の DC 既工認モデルでは、剛床仮定に基づいて弾性剛性を設定し1本棒多質点系モデルを構築した。このモデルによるS₂地震の建屋応答は弾性範囲に収まっていた。DC 今回工認モデルでは、弾性剛性がS₅地震時の非線形挙動に大きな影響を及ぼすため、大開口の影響をより適切に反映できる3次元全体FEMモデルによる等価弾性剛性を採用することに変更する。3次元全体FEMモデルは既工認の応力解析で用いた全体モデルとする。図 2-1に3次元全体FEMモデルによる等価剛性の設定フローを示す。壁脚部(EL.8.3 m)を固定としたFEMモデルを用いて、NS 方向載荷時の各階床レベルでのせん断変形及び屋根レベルでの曲げ変形を算定する。

先ず各階床レベルの鉛直自由度を拘束(水平ローラー)したせん断変形解析を実施し,得られた せん断変形に適合する各層の等価せん断剛性を算定する。続いて,鉛直自由度の拘束条件を解除 した曲げせん断変形解析を実施し,屋根レベルの全体変形(曲げ+せん断変形)を算定する。屋 根レベルの曲げ変形は,全体変形からせん断変形を差し引くことにより求める。等価曲げ剛性 Ie は、FEMモデルによる曲げ変形と既工認モデルの曲げ剛性をベースとする曲げ変形が等しくな るように設定する。そのため,既工認モデルの上層と下層の曲げ剛性の比率を変えないという条 件で,両者の曲げ変形が等しくなるように係数を決定し,各層の曲げモーメントにその係数を乗 じた値を等価曲げ剛性とする。

耐震壁のせん断スケルトンカーブの各折点せん断力は、竣工図に基づき、JEAG4601-1991追補版に基づき算定した。図2-2に各耐震壁の配筋図(EL.8.3m~EL.17.75m)を示す。図 2-3にせん断スケルトンカーブ算定で考慮した耐震壁を黒塗りで示す。図中には、「鉄筋コンクリ ート構造設計基準・同解説」により設定した耐震壁の協力幅をカッコつき数字で示す。設定した せん断スケルトンカーブを図2-4に示す。

図 2-5 にガラリ周辺部について FEM モデルの拡大図を示す。下層階のガラリ高さに対する柱幅の比は 4.12m/1.2m=3.4, 上層階のガラリ高さに対する柱幅の比は 3.0/1.2=2.5 となっている。

一方,EW方向のDC既工認モデルは、NS方向に細長い形状をしている使用済燃料乾式貯蔵建屋のEW方向振動に対して、妻側耐震壁と中央のフレームを集約して1本棒多質点系モデルを構築した。DC今回工認モデルでは、S。地震時の非線形挙動を精度良く表現する必要があるために、 妻側耐震壁が主要な耐震要素であることを考慮し、妻側耐震壁と耐震壁間のフレームに分離して それぞれ1本棒でモデル化し、屋根スラブを模擬したせん断ばねで連結した2本棒多質点系モデ ルに変更する。図2-6にDC今回工認モデル(EW方向)を、図2-7に壁とフレームのモデル化範 囲を、図2-8に屋根スラブのせん断ばね置換の概要を示す。EW方向モデルは、竣工図に基づき壁 部及びフレームの剛性を評価した。壁部のせん断剛性及び曲げ剛性は黒塗りした2枚の妻側耐震 壁のせん断剛性及び曲げ剛性の和で評価した。壁部のせん断剛性は地震方向に平行な要素のみで 評価する。壁部の曲げ剛性の算定には協力幅を考慮する。フレームの弾性剛性は妻側耐震壁の弾 性剛性と比較して小さいので、門型構面としての評価ではなく、柱の個々のせん断剛性及び曲げ 剛性の和で評価した。図2-9に解析モデルの概念図を示す。

耐震壁のせん断スケルトンカーブはJEAG4601-1991 追補版に基づき算定した。フレームの層間変形角の一覧を表 2-1 に示す。フレームの層間変形角の最大値は1/1070 であり、「技術基準解説書」の層間変形角の制限値1/120を十分に下回っている。従って、フレームは復元力特性を設定せず線形とした。図 2-10 にせん断スケルトンカーブ算定で考慮した耐震壁を黒塗りで示す。図中には、カッコつき数字で耐震壁の協力幅も示す。設定したせん断スケルトンカーブを図 2-11 に示す。

要素	フレームの層間変形角							
番号	$S_s - D_1$	$S_{s} - 1 1$	$S_{s} - 1 2$	$S_{s} - 1 3$	$S_{s} - 14$	$S_{s} - 21$	$S_{s} = 22$	S _s -31
BM13	1/1690	1/4380	1/3810	1/3420	1/3440	1/2290	1/2200	1/1270
BM12	1/1380	1/2430	1/3060	1/2810	1/2460	1/1910	1/1370	1/1070

表 2-1 フレームの層間変形角の一覧





*1:等価せん断断面積 Ae の算定方法

Ae =
$$\frac{P \cdot H}{G \cdot \delta_s}$$

ここに, P:水平荷重

H:層高さ

G:コンクリートのせん断断面係数

δs: せん断変形

*2:等価曲げ剛性 Ie の算定方法

FEM モデルによる曲げ変形 δ_B と既工認モデルの曲げモーメントを上層,下層とも一律に α 倍したときの曲げ変形が等しくなるように α を決定する。曲げモーメントを α 倍すると曲げ変形は $1/\alpha$ となるので,次式が成り立つ。

 $\delta_{B} = \delta' / \alpha \implies \alpha = \delta' / \delta_{B}$

図 2-1 3 次元全体 FEM モデルによる等価剛性(Ae・Ie)の設定フロー(NS 方向)

中間床伏図(1) (EL. 10. 8M~EL. 17. 75M)

____1 階伏図____ (EL.8.3M)

記号	縦筋	横筋
W45A	内:D22@250 外:D22@250	内:D22@250 外:D22@250
W45B	内:D25@250 外:D25@250	内:D25@250 外:D25@250
W45C	内:D25@250 外:D25@250	内:D29@250 外:D29@250
W60B	内:D29@250 外:D29@250	内:D29@250 外:D29@250
W70A	内:D29@250 外:D29@250	内:D29@250 外:D29@250

注 : 記号に含まれる数値は壁厚 (cm) を表す。(例: W45A なら 45 cm)

図 2-2

の耐震壁の配筋図(EL.8.3 m~EL.17.75 m)



注記:カッコつき数字は耐震壁の協力幅を示す。

図 2-3 せん断スケルトンカーブ算定で考慮した耐震壁(NS方向)



図 2-4 せん断スケルトンカーブ (NS 方向)



(a) 建屋外侧



(b) 建屋内侧

図 2-5 FEMモデルの拡大図 (NS方向)



図 2-6 DC 今回工認モデル (EW 方向)

図 2-7 壁とフレームのモデル化範囲(EW 方向)

柱断面寸法が B×D の場合のフレームの弾性剛性
注1 : せん断剛性 As: (B·D) ×柱本数
注2 : 曲げ剛性 I: (B·D³) /12×柱本数

屋根スラブのせん断断面積 A=45 (cm) ×2600 (cm)
 =117000 (cm²)
 壁質点とフレーム質点の距離 L=5230/2 (cm)
 =2615 (cm)
 せん断弾性係 G=95.6 (tf/cm²)
 屋根スラブのせん断ばね定数 K=2 GA/L
 =8550 (tf/cm)

図 2-8 屋根スラブのせん断ばね置換の概要

図 2-9 解析モデルの概念図(EW 方向)

別紙 2-2-12



注記:カッコつき数字は耐震壁の協力幅を示す。

図 2-10 せん断スケルトンカーブ算定で考慮した耐震壁(EW方向)



図 2-11 せん断スケルトンカーブ (EW 方向, 壁部)

3. 既工認モデルとの比較

DC 既工認モデル(NS 方向)及び諸元を図 3-1及び表 3-1に,DC 今回工認モデル(NS 方向)及び諸元を図 3-2及び表 3-2に示す。DC 既工認モデル(EW 方向)及び諸元を図 3-3及び表 3-3に,DC 今回工認モデル(EW 方向)及び諸元を図 3-4及び表 3-4に示す。今回工認モデルでは,積雪荷 重を考慮したために頂部質点の質点重量及び回転慣性重量が増加した。



図 3-1 DC 既工認モデル (NS 方向)



図 3-2 DC 今回工認モデル (NS 方向)

標高 EL. (m)	質点 番号	質点重量 (kN)	回転慣性重量 (×10 ⁴ kN·m ²)	要素 番号	せん断断面積 (m ²)	断面 2 次 モーメント (m ⁴)
29.20	ND03	40400	974			
17 75	NDO9	40900	1651	BM03	29.90	22803
17.75	ND02	40890	1091	BM02	28.43	30420
7.05	ND01	163180	4861			

表 3-1 DC 既工認モデルの諸元 (NS 方向)

表 3-2 DC 今回工認モデルの諸元 (NS 方向)

標高 EL. (m)	質点 番号	質点重量 (kN)	回転慣性重量 (×10 ⁴ kN·m ²)	要素 番号	せん断断面積 (m ²)	断面 2 次 モーメント (m ⁴)
29.20	ND03	40700	981			
17 75	NDO9	40900	1651	BM03	24.17	5997
17.75	ND02	40890	1091	BM02	30. 09	8000
7.05	ND01	163180	4861			



図 3-3 DC 既工認モデル(EW 方向)



図 3-4 DC 今回工認モデル(EW 方向)
標高 EL. (m)	質点 番号	質点重量 (kN)	回転慣性重量 (×10 ⁴ kN·m ²)	要素 番号	せん断断面積 (m ²)	断面 2 次 モーメント (m ⁴)
29.20	ND03	40400	101			
10.05	NDOO	40000	117	BM03	10. 93	4281
17.75	ND02	40890	117	BM02	41. 43	5426
7.05	ND01	163180	1497			

表 3-3 DC 既工認モデルの諸元(EW 方向)

表 3-4 DC 今回工認モデルの諸元 (EW 方向)

標高 EL.	質点 番号)	質点重量 (kN)		回転慣性重量 (×10 ⁴ kN·m ²)		要素 番号		せん断断面積 (m ²)		断面 2 次 モーメント (m ⁴)	
(m)	壁	70-4	壁	70-4	合計	壁	フレーム	壁	フレーム	壁	フレーム	壁	フレーム
29.20	ND03	13	12330	28370	40700	70		BM03	13	23.40	29.40	3495	7.503
17.75	ND02	12	13570	27320	40890	77	_						
7.05	0	1		163180		1497		BM02	12	33.63	55.44	4429	50.45

注 : 屋根スラブせん断ばね: SP01=8.38×10⁶ kN/m

4. FEMモデルの固有値解析結果との比較

比較対象とした3次元FEMモデルは今回工認の基礎スラブや屋根トラスの応力解析に用いた モデルである。既工認モデルからの変更点を以下に示す。既工認モデルを図4-1に、今回工認モ デルを図4-2に示す。今回工認モデルは、地震時変形挙動をより適切に反映させるため、上部構 造のメッシュサイズを既工認モデルに対して水平及び上下方向を約1/2に細分化した。

NS 方向の固有値の比較を表 4-1 に, EW 方向の比較を表 4-2 に示す。NS 方向, EW 方向ともに質 点系モデルの固有値が F E Mモデルの固有値と概ね一致していることから, DC 今回工認モデルの 妥当性を確認した。



表 4-1 質点系モデルとFEMモデルの固有値の比較(NS方向,壁脚部固定条件)

注: FEMモデルは基準床レベルの水平変位を一定に拘束(MPC)している。

モード次数	質点系モデル	今回工認FEMモデル
1次	5.82 Hz, 0.172 s	5.83 Hz, 0.172 s
固有モード図	ND03.0.716 ND13.01.293	(全体 19 次)

表 4-2 質点系モデルとFEMモデルの固有値の比較(EW方向,壁脚部固定条件)

図 4-1 既工認FEMモデル

図 4-2 今回工認FEMモデル

5. 質点系モデルと FEM モデルによるスペクトル比較

質点系モデルの妥当性を確認するために、今回工認 FEM モデルを用いて東北地方太平洋沖地震の 観測記録のシミュレーション解析及びS_d-D1に対する地震応答解析を行った。以下に検討の概 要と結果を示す。

(1) 観測記録のシミュレーション

図 5-1 に床応答スペクトルの比較を示す。水平方向については,DC 今回工認モデルが FEM モデルとほぼ同等か安全側の応答となっている。上下方向については,屋根レベルの屋根トラスの応答は2方向の影響のため FEM の応答が DC 今回工認モデルを上回っているが,クレーンレベルや 基礎上端では良く整合している。

(2) 質点系モデルと FEM モデルによる S_d - D1 に対する床応答スペクトルの比較

図 5-2 に床応答スペクトルの比較を示す。水平方向については,DC 今回工認モデルが FEM モデルとほぼ同等の応答となっている。上下方向については、屋根レベルの屋根トラス中央の応答は2方向の影響のため FEM の応答が DC 今回工認モデルを上回っているが、クレーンレベルや基礎上端では良く整合している。

(3) まとめ

水平方向については、質点系モデル(今回工認モデル)とFEMモデルとほぼ同等の応答となっている。上下方向については、FEMモデルの屋根トラス中央の以外の応答はよく整合している。 以上より質点系モデルの妥当性が確認できた。なお、屋根トラスの検討にはFEMモデルを用いており問題はない。



(a) NS 方向

(b) EW 方向

図 5-1 (1/2) 床応答スペクトルの比較 (h=5%) シミュレーション



図 5-1 (2/2) 床応答スペクトルの比較 (h=5%) シミュレーション



(a) NS 方向

(b) EW 方向

図 5-2 (1/2) 床応答スペクトルの比較 (h=5%) S_d-D1応答



(c) 上下方向

図 5-2 (2/2) 床応答スペクトルの比較(h=5%) S_d-D1応答

別紙 2-2-26

別紙 2-3 使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震応答解析モデルについて

1.	概要	別紙	2-3-1
2.	使用済燃料乾式貯蔵建屋モデルの妥当性検討	別紙	2-3-2
2.	.1 地震計設置位置	別紙	2-3-2
2	.2 シミュレーション解析結果	別紙	2-3-4
2.	3 施設の耐震評価への影響検討	 利紙 2	-3-13
2	.4 工認に用いる地震応答解析モデルの妥当性について	 利紙 2	-3-17

1. 概要

DC 今回工認モデルの妥当性確認として,2011 年 3 月 11 日東北地方太平洋沖地震(以下「東北 地方太平洋沖地震」という。)時の観測記録を用いたシミュレーション解析を実施した。解析に 用いる地震の諸元を図 2-1 に示す。

地震名	2011年東北地方太平洋沖地震
<u> </u>	2011年3月11日
光生口时	14時46分頃*
マグニチュード	9.0*
震源深さ	24 km*
震央距離	270
震源距離	271





- 使用済燃料乾式貯蔵建屋モデルの妥当性検討地震計設置位置
 使用済燃料乾式貯蔵建屋には、地震時の基本的な振動性状を把握する目的で基礎上端と屋根
 トラス上部に各1台の地震計を設置している。
 - 使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震計設置位置を図 2-2 に示す。

(a) 断面図

⊠ 2-2	(b) 1 階 (EL. 8.3 m) 平面凶 の地震計設置位置

2.2 シミュレーション解析結果

観測記録を用いたシミュレーション解析は、使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震応答解析モデル (以下「DC 今回工認モデル」という。)を用いた。既工認での地震応答解析の概要図を図 2-3 に、今回工認での評価の概要図を図 2-4 に、東北地方太平洋沖地震のシミュレーション解析結 果として、最大応答加速度分布の比較を図 2-5 に床応答スペクトルの比較を図 2-6 に示す。各 解析結果の比較図には建設工認時の地震応答解析モデル(以下「DC 既工認モデル」という。) による結果及びシミュレーション解析に用いた入力地震動も参考として示す。

観測記録, DC 今回工認モデルによる解析結果, DC 既工認モデルによる解析結果を比較すると, 各方向において, DC 今回工認モデルと DC 既工認モデルの解析結果は観測記録と概ね良い対応 を示している。

ほぼすべての周期帯において解析結果と観測記録は概ね同等もしくは解析結果が観測記録を 上回る結果となっており、DC 今回工認モデルを耐震評価用の解析モデルとして適用することは 妥当である。

0.1 秒付近は観測記録の方が上回るがその差は比較的小さい。また,0.2 秒から0.3 秒付近で はシミュレーション解析の方が大きめの評価を与えている。その差異が生じる要因としては, 以下が考えられる。

①0.1秒付近及び0.2秒から0.3秒付近の差異が生じる要因

 ・基礎スラブ上端位置での応答であり、上部構造物の影響は小さい。また、上部構造物の 質点重量は全体の1/3程度である。上記の確認のためシミュレーション解析の建屋入力 地震動を比較したところ、基礎スラブ上端応答と同様の傾向にあった。そのため、差異 の要因として、ばらつきをもつ不均質な地盤を平均的な成層モデルに仮定していること が考えられる。



図 2-3 地震応答解析の概要図(既工認)



(水平方向)



(鉛直方向) 図 2-4 地震応答解析の概要図(今回工認での評価)





















図 2-6 (1/3) 床応答スペクトルの比較 (NS 方向, h=5%)



図 2-6 (2/3) 床応答スペクトルの比較(EW 方向, h=5%)

別紙 2-3-11



図 2-6 (3/3) 床応答スペクトルの比較(上下方向, h=5%)

別紙 2-3-12

- 2.3 施設の耐震評価への影響検討
 - 2.3.1 建屋への影響

使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震計設置位置での観測記録と今回工認モデルを用いたシミ ュレーション解析の応答とを比較した結果,最大応答加速度分布は観測記録がシミュレー ション解析を上回らないことが確認できたため,DC 建屋の耐震評価に影響はない(図 2-5)。

- 2.3.2 機器・配管系への影響
 - (1) 影響検討対象設備

使用済燃料乾式貯蔵建屋に設置された機器・配管系として,使用済燃料乾式貯蔵容器(以下「ドライキャスク」という。)及び使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーン(以下「DC 建屋クレーン」という。)がある。影響検討対象設備を表 3-1 に示す。

表 3-1	に設置の影響検討対象設備		
影響検討対象設備	設置階高		
		EL.8.3 m	
		EL.17.75 m	

(2) 影響評価結果

a. ドライキャスク

ドライキャスクの耐震評価に用いる EL. 8.3 mの最大応答加速度(ZPA)について、シ ミュレーション解析の結果と観測記録とを比較した結果を表 3-2 に示す。表 3-2 に示す とおり観測記録の応答加速度はシミュレーション解析の加速度を上回らないことが確認 できたため、使用済燃料乾式貯蔵容器(DC)の耐震評価に影響はない。

表 3-2	EL.8.3 mの応答加速度比較				
		応答加速度 (cm/s ²)			
	方向	シミュレーション 解析結果	観測記録		
	水平	489	342		
EL.8.3 m	鉛直	283	236		

b. DC 建屋クレーン

DC 建屋クレーンは、EL. 17.75mのクレーンガーダ上に設置されている。地震観測計は EL. 8.3m及び EL. 29.2mに設置されており、シミュレーション解析結果との比較も当該 階で実施していることから、EL. 8.3m及び EL. 29.2mによる床応答スペクトルの比較に より影響を確認する。 図 3-1 に観測記録の床応答スペクトルとシミュレーション解析結果の床応答スペクトルとの比較に DC 建屋クレーンの1次固有周期を記載して示す。また DC 建屋クレーンの1次固有周期を表 3-3 に示す。

シミュレーション解析結果の応答加速度値のほうが観測記録の応答加速度値を概ね大 きな値となっていることを確認した。鉛直方向の固有周期 0.128 秒で観測記録のほうが 大きな応答加速度値となっているが,耐震評価で支配的な解析条件となる吊荷有りの 1 次固有周期 0.292 秒及び 0.239 秒ではシミュレーション解析のほうが応答加速度値は大 きいことから問題ない。

ガーダ位置	吊荷	1次固有周期(秒)				
		NS 方向	EW 方向	鉛直方向		
rta da	有	0. 190	0.174	0. 292		
中天	無	0. 191	0.175	0. 128		
守后 41	有	0. 141	0.177	0.239		
(可 町 い	無	0. 141	0.178	0.103		

表 3-3 DC 建屋クレーンの1次固有周期



図 4-1 (1/2) 使用済燃料乾式貯蔵建屋の床応答スペクトル比較図(減衰 2%)







図 4-1 (2/2) 使用済燃料乾式貯蔵建屋の床応答スペクトル比較図(減衰 2%)

2.4 工認に用いる地震応答解析モデルの妥当性について

使用済燃料乾式貯蔵建屋が細長い形状をしていること等を考慮し、地震応答解析モデルを既 工認から変更した。東北地方太平洋沖地震のシミュレーション解析結果より、貯蔵容器への入 力となるEL.8.3mの基礎上端での応答及び建屋有周期近傍での建屋応答を概ね安全側に評価出 来ていることを確認した。

以上の結果を踏まえ,使用済燃料乾式貯蔵建屋の地震応答計算及び耐震計算書に用いる応答 解析モデルには,DC 今回工認モデルを用いることとした。