本資料のうち枠囲みの内容は, 当社の機密事項に属すため,又 は他社の機密事項を含む可能性 があるため公開できません。

柏崎刈羽原子力発電所第	66号機 設計及び工事計画審査資料
資料番号	KK6 添-1-037(比較表) 改 0
提出年月日	2024年1月11日

## 先行審査プラントの記載との比較表

( -1-3-2 燃料取扱設備,新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵 設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書)

> 東京電力ホールディングス株式会社 柏崎刈羽原子力発電所第6号機

## 差異理由表

No	差異理由
	設備構成の差異
	(6 号機にはボロン添加ステンレス鋼鋼管製ラックとボロン添加ステンレス鋼板製ラックの 2 種類の使用済燃料貯蔵ラックが設置
	されている。)
	評価条件の差異
	(計算体系の差異はプラントメーカーの設計の違いによるもの。計算体系について 6 号機はラック全体 , 7 号機は単一セルとして
	評価している。)

東京電力ホールディングス株式会社

資料提出日:2024年1月11日

資料番号 : KK6 添-1-037 (比較表)改0

## 先行審査プラントの記載との比較表 -1-3-2 燃料取扱設備,新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書

女川原子力発電所 第2号機	島根原子力発電所 第2号機	柏崎刈羽原子力発電所 第7号機	柏崎刈羽原子力発電所 第 6 号機	柏崎刈羽原子力発電所第7号機 との比較
		設の技術基準に関する規則」(以下「技術基準規則」という。)第 26 条及び第 69 条並びにそれらの「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則の解釈(以下「解釈」という。)に基づき,燃料体又は使用済燃料(以下「燃料体等」という。)が臨界に達しないことを説明するものである。 なお,技術基準規則第 26 条の要求事項に変更がないため,技術基準規則第 26 条の要求事項に変更がないため,技術基準規則第 26 条の要求事項に係る燃料取扱設備,新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しな	1. 概要本資料は「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」(以下「技術基準規則」という。)第 26 条及び第 69 条並びにそれらの「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則の解釈(以下「解釈」という。)に基づき,燃料体又は使用済燃料(以下「燃料体等」という。)が臨界に達しないことを説明するものである。なお,技術基準規則第 26 条の要求事項に係る燃料取扱設備,新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことの説明に関しては,今回の申請において変更は行わない。	【島根との差異】 ・本資料において島根2号機との差異は、柏崎刈羽6号機と7号機との差異(差異理由 , )と同様である。その他の差異は表現上の差異によるもの以外になし(下線引きなし)
		づき,使用済燃料貯蔵設備(以下「使用済燃料 貯蔵プール」という。)の水位が低下した場合に	今回は技術基準規則第 69 条の要求事項に基づき,使用済燃料貯蔵設備(以下「使用済燃料貯蔵プール」という。)の水位が低下した場合において,燃料体等が臨界に達しないことを説明する。	・差異なし
		基づき,残留熱除去系(燃料プール冷却モード) 及び燃料プール冷却浄化系の有する使用済燃料 貯蔵プールの冷却機能喪失又は残留熱除去系ポ ンプによる使用済燃料貯蔵プールへの補給機能 喪失,又は使用済燃料貯蔵プールに接続する配 管の破損等による使用済燃料貯蔵プール水の小 規模な漏えいその他要因により当該使用所「小水が 模漏えい時」という。)において,燃料プール代 替注水系(可搬型スプレイヘッダ又は常設ールの 模漏えい時」という。)において,燃料常蔵プール代 替注水系(可搬型スプレイヘッダ又は常設ールの (域料)によりで が最も高くなる できる設計とする。このため,小規模漏えい時 できる設計とする。このため,小規模漏えい時	2. 基本方針 技術基準規則第69条第1項及びその解釈に基づき,残留熱除去系(燃料プール冷却モード)及び燃料プール冷却浄化系の有する使用済燃料貯蔵プールの冷却機能喪失又は残料貯蔵プールに接続するで、関係な漏えいその他のでは、り当ないの水位が低下の水位が低下が、大口の大力が低いでは、大口の大力がでは、大口の大力がでは、大口の大力がでは、大口の大力がでは、大口の大力がでは、大口の大力がでは、大口の大力がでは、大口の大力がでは、大口の大力がでは、大口の大力がでは、大口の大力ができる。このため、内内では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力では、大口の大力を表して、大口の大力に、大口の大力を表し、大口の大力では、大口の大力を表し、大口の大力を表し、大口の大力を表し、大口の大力を表し、大口の大力を表し、大口の大力を表し、大口の大力を表し、大口の大力を表し、大口の大力を表し、大口の大口の大口の大口の大口の大口の大口の大口の大口の大口の大口の大口の大口の大	
		基準は,使用済燃料貯蔵プール水温,使用済燃料貯蔵ラックの <u>製作公差</u> 及びボロン添加率,ラックセル内燃料配置それぞれについての不確定	の使用済燃料貯蔵ラックの未臨界性評価の評価 基準は,使用済燃料貯蔵プール水温,使用済燃 料貯蔵ラックの製造公差及びボロン添加率,ラ ックセル内燃料配置それぞれについての不確定 性を考慮し,最も結果が厳しくなる状態で,実	・記載の適正化(用語の統一)

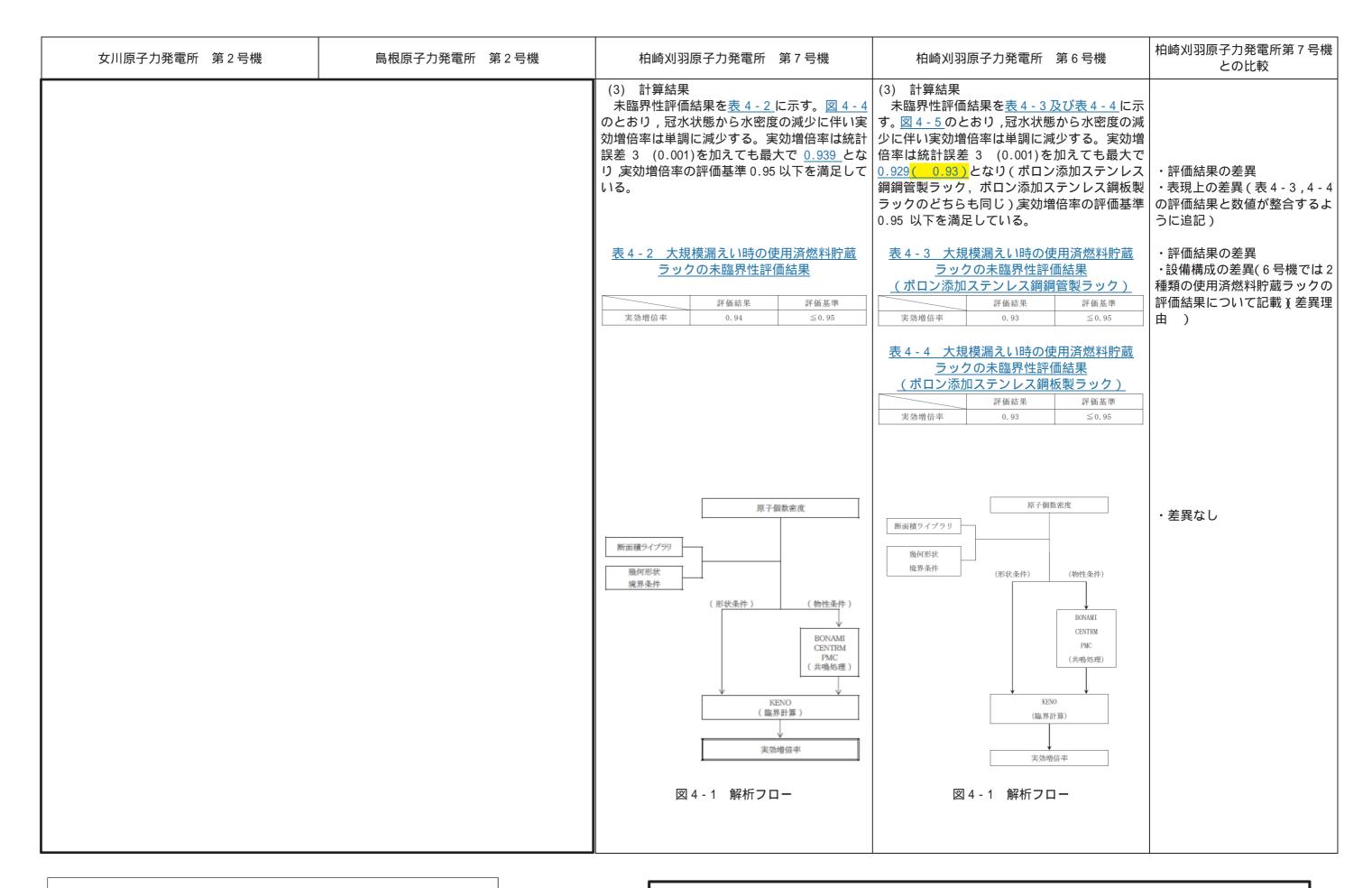
女川原子力発電所 第 2 号機	島根原子力発電所 第2号機	柏崎刈羽原子力発電所 第7号機	柏崎刈羽原子力発電所 第 6 号機	柏崎刈羽原子力発電所第7号機 との比較
		解釈に基づき,使用済燃料貯蔵プールからの大量の水の漏えいその他要因により使用済燃料下が見た場合(以プールの水位が異常にした場合(以プール代替注水系(可搬型スプレイへッダをにおいてが大規模漏えい時」といるが燃力をはいてが変がしたがでは、大きにおいても、大規模漏えができる。こののが燃料・できる。このののののののののののののののののののののののののののののののののののの	対増倍率が 0.95 以 門 の の 大 的 の の 大 的 の の の の の の の の の の の の	・記載の適正化(用語の統一)
		未臨界性評価 (1) 評価の基本方針 使用済燃料貯蔵プールで小規模漏えいが発生した場合,燃料プール代替注水系(可搬型スプレイヘッダを使用した使用済燃料貯蔵プールへの注水)により放射線の遮蔽が維持される水位を確保でき,あわせて燃料有効長頂部の冠水状態を維持できる。また,使用済燃料貯蔵プールに貯蔵される燃料体等の冷却が可能である。なお,放射線の遮蔽が維持される水位を確保できることについては1-3-5「使用済燃料貯蔵槽の水深の遮蔽能力に関する説明書」にて説明し,燃料体等の冷却が可能	3. 小規模漏えい時の使用済燃料貯蔵ラックの未臨界性評価 (1) 評価の基本方針 使用済燃料貯蔵プールで小規模漏えいが発生した場合,燃料プール代替注水系(可搬型スプレイヘッダ又は常設スプレイヘッダを使用した使用済燃料貯蔵プールへの注水)により放射線の遮蔽が維持される水位を確保できる。また,使用済燃料貯蔵プールに貯蔵される燃料体等の冷却が可能である。なお,放射線の遮蔽が維持される水位を確保できることについては、1-3-5「使用済燃料貯蔵槽の水深の遮蔽能力に関する説明書」にて説明し,燃料体等の冷却が可能であることについては,1-3-4「使用済燃料であることについては,1-3-4「使用済燃料	・図書構成の差異(柏崎刈羽 7

女川原子力発電所 第2号機	島根原子力発電所 第2号機	柏崎刈羽原子力発電所 第7号機	柏崎刈羽原子力発電所 第6号機	柏崎刈羽原子力発電所第7号機 との比較
		る。 燃料プール代替注水系(可搬型スプレイへッダ又は常設スプレイへッダを使用した使用済燃料貯蔵プールへの注水)により燃料体等を冷却及び放射線の遮蔽が維持される水位を確保することで,使用済燃料貯蔵プールの機能(燃料等の冷却,水深の遮蔽能力)が維持される。放射線の遮蔽が維持される水位が確保された状態で,使用済燃料貯蔵プールの水の温度が、大態で,使用済燃料貯蔵プールの水の温度が低下した場合、大郷とともに,減速された中性子が燃料領域で核分裂反応に寄与する割合が低下する設計としているため,使用済燃料貯蔵ラック全体の実効増倍率は,水密度が高い冠水時に比べて低下する。このため,小規模漏えい時の使用済燃料貯蔵ラックの未臨界性評価は,実効増倍率が最も高くなる冠水状態で臨界を防止できることを確認する。	放射線の遮蔽が維持される水位が確保された 状態で,使用済燃料貯蔵プールの水の温度が上 昇し沸騰状態となり水密度が低下した場合,燃 料体等は水密度の減少とともに,減速された中 性子が燃料領域で核分裂反応に寄与する割合が 低下する設計としているため,使用済燃料貯蔵 ラック全体の実効増倍率は,水密度が高い冠水 時に比べて低下する。このため,小規模漏えい 時の使用済燃料貯蔵ラックの未臨界性評価は, 実効増倍率が最も高くなる冠水状態で臨界を防 止できることを確認する。	・差異なし
		臨界を防止できることを確認している <u>平成 14年8月1日付け平成 14・06・17 原第4号</u> にて 認可された工事計画の「核燃料物質が臨界に達	(2) 計算方法 使用済燃料貯蔵ラックについて,冠水状態で臨界を防止できることを確認している <u>平成5年6月17日付け4資庁第14561号,平成14年2月14日付け平成13・12・20原第16号にて</u> 認可された工事計画の「核燃料物質が臨界に達しないことを説明する書類」における計算方法と同様とする。	る既工事計画書の認可日及び認
		燃料貯蔵プール水温,使用済燃料貯蔵ラックの 製作公差及びボロン添加率,ラックセル内燃料 配置それぞれについて最も結果が厳しくなる状態においても、実効増倍率は冠水状態で 0.93 と	(3) 計算結果 未臨界性評価結果を表 3 - 1 <u>及び表 3 - 2</u> に示す。使用済燃料貯蔵プール水温,使用済燃料貯蔵ラックの製造公差及びボロン添加率,ラックセル内燃料配置それぞれについて最も結果が厳しくなる状態においても,実効増倍率は冠水状態で 0.94 となり,実効増倍率の評価基準 0.95以下を満足している。	種類の使用済燃料貯蔵ラックの 未臨界性評価結果について記 載)(差異理由 ) ・記載の適正化(用語の統一)
		表 3 - 1 小規模漏えい時の使用済燃料貯蔵ラックの未臨界性評価結果    評価結果	表 3 - 1 小規模漏えい時の使用済燃料貯蔵ラックの未臨界性評価結果 (ボロン添加ステンレス鋼鋼管製ラック)	・設備構成の差異(6 号機にはボロン添加ステンレス鋼鋼管製ラックとボロン添加ステンレス鋼板製ラックの2種類の使用済燃料貯蔵ラックが設置されているため、それぞれのラックに対する評価結果を記載 (差異理由)

女川原子力発電所 第2号機	島根原子力発電所 第2号機	柏崎刈羽原子力発電所 第7号機	柏崎刈羽原子力発電所 第6号機	柏崎刈羽原子力発電所第7号機 との比較
			表 3 - 2 小規模漏えい時の使用済燃料貯蔵ラックの未臨界性評価結果 (ボロン添加ステンレス鋼板製ラック)    評価結果	
		未臨界性評価 (1) 評価の基本方針 使用済燃料貯蔵プールで大規模漏えいが発生した場合,燃料プール代替注水系(可搬型スプレイへッダを使用した使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の著しい損傷の進行を緩和し,使用済燃料貯蔵プールのの燃料体等のあ放射性物質の放料体等に直接が料けである。なが、使用済燃料貯蔵ラックを実施し、使用済燃料貯蔵ラック及び燃料体等を冷却する。なが、使用済燃料貯蔵ラック及び燃料体等を冷却では、一1-3-4「使用済燃料貯蔵ラックの制度をでは、一1-3-4「使用済燃料貯蔵ラックの制度をでは、一1-3-4「使用済燃料貯蔵ラックの制度をでは、一1-3-4「使用済燃料貯蔵ラックの制度では、一1-3-4「使用済燃料貯蔵ラックの表別では、一1-3-4「使用済燃料貯蔵ラックの制度では、燃料にて、関係を使用が開産のでは、大規模漏えい時の使用済燃料貯蔵ラックの表別を使用し、、大規模には、大規模によりにで、は、大規模には、大規模には、大規模によりにで、は、大規模には、対域には、対域には、対域には、対域には、対域には、対域には、対域には、対域	4. 大規模漏えい時の使用済燃料貯蔵ラックの未臨界性評価 (1) 評価の基本方針 使用済燃料貯蔵プールで大規模漏えいが発生した場合,燃料プール代替注水系(可搬型ストクの機料ので大規模漏えいが発生した場合,燃料プール代替注水系(可搬型ルールで大規模ので大規模ので大規模ので大規模ので大規模ので大規模ので大規模のでででである。の機料体等の著しい損傷の進行を緩和しているを実施し、使用済燃料貯蔵ラックを実施し、使用済燃料貯蔵ラックを実施し、使用済燃料貯蔵ラックを実施し、でででででである。大規模漏えい時の使用済燃料貯蔵ラックの未臨界性によりに関するに、一・1・3・4 には、一・1・3・4 には、一・1・3・4 には、一・1・3・4 には、一・1・3・4 には、には、一・1・3・4 には、には、一・1・3・4 には、には、には、には、には、には、には、には、には、には、には、には、には、に	・図書構成の差異(柏崎刈羽7号機と図書番号が異なるため。) ・差異なし
		体の水密度を一様に 0.0~1.0g/cm³ まで変化させた条件で実効増倍率の計算を行う。  実効増倍率の計算には,3次元モンテカルロ解析コード KENO- a を内蔵したSCALEシステムを使用し,その解析フローを図 4-1 に示す。なお,評価に用いる解析コードSCALEシステムの検証及び妥当性確認等の概要につ	ことを確認するため,使用済燃料貯蔵プール全体の水密度を一様に0.0~1.0g/cm3まで変化させた条件で実効増倍率の計算を行う。  実効増倍率の計算には,3次元モンテカルロ解析コード KENO- aを内蔵したSCALEシステムを使用し,その解析フローを図 4-1に示す。なお,評価に用いる解析コードSCALEシステムの検証及び妥当性確認等の概要については,別紙 1「計算機プログラム(解析コード)の概要」に示す。	・差異なし
		を表 4 - 1 に示す。また ,使用済燃料貯蔵ラック	(2) 計算方法 評価の計算条件は以下のとおりであり,詳細 を表4-1 <u>及び表4-2</u> に示す。また,使用済燃 料貯蔵ラックの計算体系と寸法(解析使用値) を図4-2,図4-3 <u>及び図4-4</u> に示す。	`

女川原子力発電所 第2号機	島根原子力発電所 第 2 号機	柏崎刈羽原子力発電所 第7号機	柏崎刈羽原子力発電所 第 6 号機	柏崎刈羽原子力発電所第7号機 との比較
		料貯蔵プールでは、ボロン添加ステンレス鋼(以下「B-SUS」という。)製の使用済燃料貯蔵ラックに燃料を貯蔵する。 使用済燃料貯蔵ラックには、通常は限られた体数の新燃料と照射された燃料を貯蔵するが、臨界設計では、新燃料及びいかなる燃焼度の照射された燃料を貯蔵しても十分安全側の評価を得るように、炉心装荷時の無限増倍率が1.30とな	クに燃料を貯蔵する。 <u>使用済燃料貯蔵ラックには、ボロン添加ステンレス鋼鋼管製ラックとボロン添加ステンレス鋼板製ラックの2種類のラックがある。</u> 使用済燃料貯蔵ラックには、通常は限られた体数の新燃料と照射された燃料を貯	・設備構成の差異(6号機では2種類の使用済燃料貯蔵ラックが設置されていることについて記載)(差異理由)
		b. 計算体系は,水平方向は無限配列,垂直方 向は無限長とし,体系からの中性子漏えいを無 視する	b. 計算体系は,水平方向は無限配列,垂直方向は無限長とし,体系外への中性子の漏れが無い保守的な条件とする。	・差異なし
			c. 使用済燃料貯蔵ラックの材料である B-SUS のボロン添加率は,製造公差を考慮した下限値の wt%(ボロン添加ステンレス鋼鋼管)及 wt%(ボロン添加ステンレス鋼板)とする。	・評価条件の差異(B-SUS のボ
		· ·	d. 使用済燃料貯蔵プール内の水は,水密度を一様に0.0~1.0g/cm3まで変化させた条件とする。	
		厳しくなる条件とする。また,以下の計算条件は,公称値に正負の <u>製作公差</u> を未臨界性評価上最も厳しくなる側に不確定性として考慮する。なお,ラックセル内での燃料配置については,ラックセル内で燃料が偏心すると,中性子の強吸収体である B-SUS に接近することにより,燃料領域の中性子が減少するため,実効増倍率が最も高くなるラックセル中央配置とする。	最も厳しくなる側に不確定性として考慮する。なお、ラックセル内での燃料配置については、ラック全体を計算体系とする場合に実効増倍率が最も高くなるラック中心に向かって偏心する配置とする。ラック中心に向かう偏心配置の場合に実効増倍率が最も高くなるのは、燃料が全体的にラック中心に向かって偏心することにより燃料同士の距離を最も小さくする配置となるため、核分裂性物質集中による反応度上昇の効果が偏心により核分裂性物質が強吸収体のボロンに接近して反応度が下がる効果より大きいためである。	の違いによるもの。計算体系に ついて 6 号機はラック全体 ,7 号機は単一セルとして評価して いる。ラック全体を計算体系と
		・ラックピッチ ・ラック板厚 ・ラック内のり	・ラックピッチ ・ラック板厚 ・ラック内のり	

女川原子力発電所 第2号機	島根原子力発電所 第2号機	柏崎刈羽原子力発電所 第7号機	柏崎刈羽原子力発電所 第 6 号機	柏崎刈羽原子力発電所第7号機 との比較
		表 4 - 1 大規模漏えい時の使用済燃料貯蔵 ラックの未臨界性評価の計算条件   現目	し)	・評価条件の差異(プラントメーカーの設計の違いによるもの。6号機では製造公差の下限値に加えて腐食代も考慮したラック板厚としている。)



女川原子力発電所 第2号機	島根原子力発電所 第2号機	柏崎刈羽原子力発電所 第7号機	柏崎刈羽原子力発電所 第 6 号機	柏崎刈羽原子力発電所第7号機 との比較
				・評価条件の差異(計算体系の 差異はプラントメーカーの設計 の違いによるもの。計算体系に ついて6号機はラック全体,7 号機は単一セルとして評価 いる。)(差異理由 ) ・設備構成の差異(6号機では2 種類の使用済燃料貯蔵ラックの 評価結果について記載)差異理由 )
		図 4 - 2 使用済燃料貯蔵ラック寸法図	図 4 - 2 使用済燃料貯蔵ラックの計算体系 (水平方向) (ボロン添加ステンレス鋼鋼管製ラック)	

女川原子力発電所 第 2 号機	島根原子力発電所 第2号機	柏崎刈羽原子力発電所 第7号機	柏崎刈羽原子力発電所 第6号機	柏崎刈羽原子力発電所第7号機 との比較
			図 4 - 3 使用済燃料貯蔵ラックの計算体系 (水平方向)	
			<u>(ボロン添加ステンレス鋼板製ラック)</u>	
				   ・評価条件の差異(計算体系の   差異はプラントメーカーの設計
				の違いによるもの。計算体系に ついて 6 号機はラック全体 , 7
				号機は単一セルとして評価して   いる。)(差異理由 )
		図4-3 使用済燃料貯蔵ラックの計算体系	図 4 - 4 使用済燃料貯蔵ラックの計算体系	
			<u>(鉛直方向)</u> <u>(ボロン添加ステンレス鋼鋼管製ラック及び</u> ボロン添加ステンレス鋼板製ラック)	

女川原子力発電所 第2号機	島根原子力発電所 第2号機	柏崎刈羽原子力発電所 第7号機	柏崎刈羽原子力発電所 第 6 号機	柏崎刈羽原子力発電所第7号機 との比較
				・評価結果の差異 ・設備構成の差異(6号機では2種類の使用済燃料貯蔵ラックの評価結果について記載)差異理由)
		料集合体の炉心装荷時における無限増倍率は, 濃縮度やガドリニアの添加量に応じて軸方向を 分割し,2次元の無限体系にて燃焼を進めて計 算している。いずれの燃料集合体もガドリニア 添加量の少ない燃料上部において無限増倍率が 最大となり,燃焼履歴や燃料の製造公差を考慮 しても1.30を超えることはない。中でも濃縮度 の高い9×9燃料(A型)の無限増倍率が高くな ることから,9×9燃料(A型)を未臨界性評価	図4-5 実効増倍率と水密度の関係 添付未臨界性評価の燃料条件 9×9燃料(A型)や高燃焼度8×8燃料等,燃料集合体の炉心装荷時における無限増倍率は,濃縮度やガドリニアの添加量に応じて軸方向を分割し,2次元の無限体系にて燃焼を進めて計算している。いずれの燃料集合体もガドリニア添加量の少ない燃料上部において無限増倍率が最大となり,燃焼履歴や燃料の製造公差を考慮しても1.30を超えることはない。中でも濃縮度の高い9×9燃料(A型)の無限増倍率が高くなることから,9×9燃料(A型)を未臨界性評価用燃料集合体(以下「モデルバンドル」という。)の想定に用いる。	
		ガドリニアの燃焼が進んだ状態を想定し,未燃焼組成で無限増倍率が 1.30 となるように濃縮度分布を設定する。この濃縮度分布をウラン燃料設計の基本的な考え方(燃料集合体の内側と外側での中性子スペクトルの違いを考慮し,濃縮度を外側に向かって低く,コーナー部は低濃縮度にする)に基づいて,9×9燃料(A型)の	モデルバンドルは,無限増倍率が最大となるガドリニアの燃焼が進んだ状態を想定し,未燃焼組成で無限増倍率が 1.30 となるように濃縮度分布を設定する。この濃縮度分布をウラン燃料設計の基本的な考え方(燃料集合体の内側と外側での中性子スペクトルの違いを考慮し,濃縮度を外側に向かって低く,コーナー部は低濃縮度にする)に基づいて,9×9燃料(A型)の濃縮度分布を参考に設定するとモデルバンドルの平均濃縮度は wt%となる。	・評価条件の差異(平均濃縮度

女川原子力発電所 第2号機	島根原子力発電所 第2号機	柏崎刈羽原子力発電所 第7号機	柏崎刈羽原子力発電所 第6号機	柏崎刈羽原子力発電所第7号機 との比較
		間中の無限増倍率を安全側に包絡するように無限増倍率を1.30に設定していることに加え、いずれの燃料集合体においても燃焼が進み燃焼末期に近づくにつれて無限増倍率は低下するため、使用済燃料として貯蔵される状態においては、より大きな保守性をもつといえる。モデルバンドルとして9×9燃料(A型)を用いたが、いずれの燃料集合体を用いてもこの大きな保守性に包絡される。したがって、未臨界性評価に	モデルバンドルの保守性については,運転期間中の無限増倍率を安全側に包絡するように無限増倍率を 1.30 に設定していることに加え、いずれの燃料集合体においても燃焼が進み燃焼末期に近づくにつれて無限増倍率は低下するため,使用済燃料として貯蔵される状態においては,より大きな保守性をもつといえる。モデルバンドルとして 9×9 燃料 (A型)を用いたが,いずれの燃料集合体を用いてもこの大きな保守性に包絡される。したがって,未臨界性評価に用いるモデルバンドルは保守的である。	