

記載内容の適正化等の対象箇所抽出リスト

資料番号:C-25-5-1 改2
平成30年9月18日
日本原子力発電株式会社

【分類】
A:記載内容の適正化(審査反映)、C:記載内容の統一、用語・表現・体裁の適正化
B:記載内容の適正化(その他)

分類別 No.	修正資料名 (該当資料)	項目番号	頁	行	比較表 ページ	第5回補正時点	修正案	理由	審査書(案) 当該ページ
C-1	43条関連	添付書類八 第1.1.7-1表 (26/58)	8-1-63	表内	1	代替する機能を有する設計基準対象施設の耐震重要度分類 (記載なし)	代替する機能を有する設計基準対象施設の耐震重要度分類 (使用済燃料プール水位・温度(SA広域)の耐震重要度分類 (C))	記載の適正化	-
		第1.1.7-1表 (41/58)	8-1-78	表内	2	代替する機能を有する設計基準対象施設の耐震重要度分類 残留熱除去系熱交換器出口温度 -	代替する機能を有する設計基準対象施設の耐震重要度分類 残留熱除去系熱交換器出口温度 C		
		第1.1.7-1表 (44/58)	8-1-81	表内	3	代替する機能を有する設計基準対象施設 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 常設 耐震重要 重大事故防止設備 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 常設 耐震重要 重大事故防止設備 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 常設 耐震重要 重大事故防止設備 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 常設 耐震重要 重大事故防止設備	代替する機能を有する設計基準対象施設 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 常設重大事故防止設備 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 常設重大事故防止設備 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 常設重大事故防止設備 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 常設重大事故防止設備		
		第1.1.7-1表 (49/58)	8-1-86	表内	4	代替する機能を有する設計基準対象施設の耐震重要度分類、設備分類 (非常用窒素供給系供給圧力) (S) 常設 耐震重要 重大事故防止設備 非常用窒素供給系供給圧力 S 常設 耐震重要 重大事故防止設備 非常用窒素供給系供給圧力 S 常設 耐震重要 重大事故防止設備 非常用窒素供給系供給圧力 S 常設 耐震重要 重大事故防止設備	代替する機能を有する設計基準対象施設の耐震重要度分類 (非常用窒素供給系供給圧力) (C) 常設重大事故防止設備 非常用窒素供給系供給圧力 C 常設重大事故防止設備 非常用窒素供給系供給圧力 C 常設重大事故防止設備 非常用窒素供給系供給圧力 C 常設重大事故防止設備		

記載内容の適正化等の対象箇所抽出リスト

【分類】
 A : 記載内容の適正化(審査反映)、C : 記載内容の統一、用語・表現・体裁の適正化
 B : 記載内容の適正化(その他)

分類別 No.	修正資料名 (該当資料)	項目番号	頁	行	比較表 ページ	第5回補正時点	修正案	理由	審査書(案) 当該ページ
C-2	全般	添付書類八 第1.3-2表 (1/7)	8-1-158	表内	5	1.常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備 (2) 計測制御系統施設 (記載なし) (4) 緊急時対策所 (記載なし) (5) 通信連絡設備 (記載なし)	1.常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備 (2) 計測制御系統施設 ・非常用窒素供給系供給圧力 ・非常用窒素供給系高圧窒素ポンベ圧力 ・非常用逃がし安全弁駆動系供給圧力 ・非常用逃がし安全弁駆動系高圧窒素ポンベ圧力 (4) 緊急時対策所 ・緊急時対策所用M/C電圧計 (5) 通信連絡設備 ・安全パラメータ表示システム(SPDS) [C]	記載の適正化	-
		第1.3-2表 (3/7)	8-1-160	表内	7	2.常設耐震重要重大事故防止設備 (4) 計測制御系統施設 ・非常用窒素供給系供給圧力 ・非常用窒素供給系高圧窒素ポンベ圧力 ・非常用逃がし安全弁駆動系供給圧力 ・非常用逃がし安全弁駆動系高圧窒素ポンベ圧力 (6) 原子炉格納施設 (記載なし)	(削除) (6) 原子炉格納施設 ・移送ポンプ		
		第1.3-2表 (6/7)	8-1-163	表内	10	3.常設重大事故緩和設備 (4) 計測制御系統施設 (記載なし) (5)放射線管理施設 ・安全パラメータ表示システム(SPDS) [C] ・衛星電話設備(固定型) [C]	3.常設重大事故緩和設備 (4) 計測制御系統施設 ・安全パラメータ表示システム(SPDS) [C] (5)放射線管理施設 (削除) [C] (削除)		
		第1.3-2表 (7/7)	8-1-164	表内	11	3.常設重大事故緩和設備 (9) 緊急時対策所 (記載なし)	3.常設重大事故緩和設備 (9) 緊急時対策所 ・緊急時対策所用M/C電圧計		
		第1.3-2表 (1/7~7/7)	8-1-158~164	表内	5~11	([]内は、設計基準対象施設を兼ねる設備の耐震重要度分類)について比較表に示すとおり	([]内は、設計基準対象施設を兼ねる設備の耐震重要度分類)について比較表に示すとおり		

記載内容の適正化等の対象箇所抽出リスト

【分類】
 A : 記載内容の適正化(審査反映)、C : 記載内容の統一、用語・表現・体裁の適正化
 B : 記載内容の適正化(その他)

分類別 No.	修正資料名 (該当資料)	項目番号	頁	行	比較表 ページ	第5回補正時点	修正案	理由	審査書(案) 当該ページ
C-3	有効性関連	本文十号 ハ(2)(ii)c.(d)	415	上6～上7	12	…サブプレッション・プール以外に存在する核分裂生成物については、ベータ線、ガンマ線…	…サブプレッション・プール以外に存在する核分裂生成物については、ベータ線、ガンマ線…	脱字	—
C-4	51条関連	本文十号 第10-1表(8/19)	454	表内	13	原子炉冷却材圧力バウナダリが高压の状態において、高压代替注水系に異常がなく、直流電源及び水源(サブプレッション・チェンバ)が確保されている場合は、高压代替注水系により原子炉圧力容器内へ注水する。	原子炉冷却材圧力バウナダリが高压の状態において、高压代替注水系に異常がなく、直流電源及び水源(サブプレッション・チェンバ)が確保されている場合は、高压代替注水系により原子炉圧力容器内へ注水する。	脱字	—
		添付書類十 第5.1-1表(8/19)	10-5-67	表内	14				
C-5	52条関連	本文十号 第10-1表(9/19)	455	表内	15	原子炉格納容器内における水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するため、原子炉運転中における原子炉格納容器内の雰囲気は、不活性ガス(窒素)で置換することにより不活性化した状態とする。	原子炉格納容器内における水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するため、原子炉運転中における原子炉格納容器内の雰囲気は、不活性ガス(窒素)で置換することにより不活性化した状態とする。	誤字	—
		添付書類十 第5.1-1表(9/19)	10-5-68	表内	16				
C-6	技術的能力	本文十号 ハ(1)(i)c.	321	下6～下5	17	…原子力緊急事態支援組織(以下「支援組織」という。)からは…	…原子力緊急事態支援組織からは…	読み替え不要のため削除	—
		添付書類十 5.1.3	10-5-12～ 10-5-13	下1～上1	18				
C-7	5条関連	添付書類八 1.4.1.7(1) 1.4.1.7(2) 1.4.1.7(3)	8-1-202 8-1-203 8-1-203	下2 上4～上5 上13	19	中央制御室から	中央制御室及び緊急時対策所から	記載内容の適正化 ・津波監視設備の設置個所の記載適正化	P60