















第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	SID		
			計器数	直後	計器数	直後		計器数	直後			計器数	直後
1.3.2.4 インターフェースシステムLOCA最良時の対応手順 (1) 非常時運転手順書 II (燃料ベーン)「原子炉燃料制御」	異常時運転 手順書 (燃料 ベーン)	原子炉水位 (燃料 棒)	3	3	0	0	③	原子炉の水位を 確認するバロメ ータ	-	-	-	-	
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料 棒)	2	2	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉水位 (S.A.燃 料棒)	1	1	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉圧力	2	2	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		格納容器 ヘイパス の監視											
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	2	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉圧力 (燃料棒)	2	2	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認	
1.3.2.5 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	異常時運転 手順書 (燃料 ベーン)	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認		
		原子炉圧力 (広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認		
		原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認		

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	SID	
			計器数	直後	計器数	直後		計器数	直後			計器数
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	異常時運転 手順書 (燃料 ベーン)	原子炉圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	2	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (燃料棒)	2	2	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (燃料棒)	1	1	1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽出バロメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 順書Ⅱ (微候 ベース) 「原子炉建屋 制御」	格納容器 バイパス の監視	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	3	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]	2	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 エリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧炉心スプレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]	2	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 エリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		高圧炉心スプレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]	2	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 エリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉隔離時冷却系 ポンプ吐出圧力	1	1	1	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]	2	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 エリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響 直後	負荷切り離し後	評価		SBO	
					計器数	直後					計器名称	計器数		SBO影響 直後
非常時運転手 順書Ⅱ (微候 ベース) 「原子炉建屋 制御」	原子炉圧力 容器内の圧 力	原子炉圧力 容器内の圧 力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	-	①	1	1	原子炉圧力	2	直線的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	
			原子炉圧力 (可搬型計測 器)	1	1	1	-	-	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA) から原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違







第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	計器数		計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後							
非常時運転手 手順Ⅱ (微炭 ベース) 「原子炉建屋 制御」	監視 機能	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	3	0	-	-	-	-	1	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	-	-	-	
		低圧炉心スプレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-	-	1	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	-	-	-	
		高圧炉心スプレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-	-	1	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	-	-	-	
		常設低圧代替注水系 ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-	-	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	-	-	-	
		操作 (1 / 5)	水源の確保	高圧代替注水系統流量						1	高圧代替注水系統流量	1	1	サブプレッジョン・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッジョン・プール水位の代替監視可能	-
				代替循環冷却系原子炉注水流量						2	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2		-
				原子炉隔離時冷却系統流量						1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1		-
				高圧炉心スプレイ系統流量						0	高圧炉心スプレイ系統流量	0	0		-
				残留熱除去系系統流量						3	残留熱除去系系統流量	3	0		-
				低圧炉心スプレイ系統流量						0	低圧炉心スプレイ系統流量	0	0		-
監視事項は抽出 パラメータ にて確認	監視	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1	1	①	-	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	サブプレッジョン・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッジョン・プール水位が確保されていることを監視可能	-		
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2			2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2		-		
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1			1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1		-		
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0			3	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0		-		
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0			0	0	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0		-		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	計器数		計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後							
非常時運転手 手順Ⅱ (微炭 ベース) 「原子炉建屋 制御」	監視 機能	原子炉圧力	2	1	①	-	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能	-	
		原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	2	2			2	2	2	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉圧力 (S/A) は、原子炉圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能	-
			原子炉圧力 (S/A)	1	1			1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) は、原子炉圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能	-
		原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	2	2			2	2	2	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉圧力 (S/A) は、原子炉圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能	-
			原子炉圧力 (S/A)	1	1			1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) は、原子炉圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能	-
		原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	2	2			2	2	2	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉圧力 (S/A) は、原子炉圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能	-
			原子炉圧力 (S/A)	1	1			1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) は、原子炉圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能	-
		原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	2	2			2	2	2	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉圧力 (S/A) は、原子炉圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能	-
			原子炉圧力 (S/A)	1	1			1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) は、原子炉圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能	-
		原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	2	2			2	2	2	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉圧力 (S/A) は、原子炉圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能	-
原子炉圧力 (S/A)	1		1			1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) は、原子炉圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能	-		

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違









第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	項目名	①重要監視パラメータ			②重要監視パラメータ			③重要監視パラメータ			備考
		計数値	異常値	異常値	計数値	異常値	異常値	計数値	異常値	異常値	
原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	0	0	1	0	0	1	0	0	①重要監視パラメータ
	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	2	0	0	2	0	0	②重要監視パラメータ
	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	0	0	1	0	0	1	0	0	③重要監視パラメータ
	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	0	0	2	0	0	2	0	0	④重要監視パラメータ
	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	0	0	1	0	0	1	0	0	⑤重要監視パラメータ
	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	4	4	0	4	4	0	4	4	0	⑥重要監視パラメータ
	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	2	0	2	2	0	2	2	0	⑦重要監視パラメータ
	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	2	0	2	2	0	2	2	0	⑧重要監視パラメータ
	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	0	1	1	0	1	1	0	⑨重要監視パラメータ
	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	2	0	2	2	0	2	2	0	⑩重要監視パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	島根原子力発電所2号炉の設置バウンダリを減圧するための手順等			柏崎刈羽原子力発電所6/7号炉の設置バウンダリを減圧するための手順等			計器位置	注
			計器数	原後	自然回復	バウンダリ	バウンダリ	バウンダリ		
冷却系 二次冷却系 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (二次冷却系監視事項)	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	①	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	—	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	—	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	—	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	—	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	—	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	—	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	—	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	—	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	—	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	—	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	—	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	—	—	—	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	監視事項は主要な監視事項に主眼を置き、監視可能

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO		
		分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	ハアラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称			計器数	直後
事故時操作要領書(原簿) (二次機発電設備)	操作(7/8)	補機監視機	低圧中心スプレイポンプ出口圧力	1	1	0	①		原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により格納容器バイパスの発生を、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
			格納蒸気ポンプ出口圧力	3	3	3	①		原子炉圧力(SA) [エリア放射線モニタ] [原子炉建屋エリア放射線モニタ]	18	0	0	
		原子炉隔離時格納ポンプ出口圧力	1	1	1	-		原子炉圧力	2	2	1	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により格納容器バイパスの発生を、監視可能
		高圧中心スプレイポンプ出口圧力	1	1	0	-		[エリア放射線モニタ] [原子炉建屋エリア放射線モニタ]	18	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇により格納容器バイパスの発生を、監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	対応手段	種類	計器名称	計器数		バウンダリ 分類	監視 分類	監視項目		監視項目 注	
				計器数	監視項目			監視項目	監視項目		
原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (二次冷却系統監視)	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (二次冷却系統監視)	減圧の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	①		原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	監視項目は、監視項目に記す 計器にて監視
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	
原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1			原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1				



柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																																																																																																																											
		<p style="text-align: center;"><b>第1表 重大事故等対処に係る監視事項</b></p> <p>1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">項目名称</th> <th colspan="2">原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等</th> <th colspan="2">原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等</th> <th colspan="2">原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等</th> <th colspan="2">原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等</th> </tr> <tr> <th>台数</th> <th>設置数</th> <th>設置数</th> <th>設置数</th> <th>設置数</th> <th>設置数</th> <th>設置数</th> <th>設置数</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="15">1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td rowspan="15">機器</td> <td>主冷却系圧力バウンダリ監視装置</td> <td>24</td> <td>24</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>24</td> <td>24</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>CV圧力バウンダリ監視装置</td> <td>12</td> <td>12</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>6</td> <td>6</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	項目名称	原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等		原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等		原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等		原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等		台数	設置数	設置数	設置数	設置数	設置数	設置数	設置数	1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	機器	主冷却系圧力バウンダリ監視装置	24	24	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	24	24	0	0	0	0	0	0	0	CV圧力バウンダリ監視装置	12	12	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	6	6	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	2	2	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	2	2	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	2	2	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	2	2	0	0	0	0	0	0	0	<p>・設備の相違</p> <p>【柏崎 6/7, 東海第二】</p> <p>技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違</p>
項目	分類	項目名称				原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等		原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等		原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等		原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等																																																																																																																																																																		
			台数	設置数	設置数	設置数	設置数	設置数	設置数	設置数																																																																																																																																																																				
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	機器	主冷却系圧力バウンダリ監視装置	24	24	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	24	24	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		CV圧力バウンダリ監視装置	12	12	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	6	6	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	2	2	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	2	2	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	2	2	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	2	2	0	0	0	0	0	0	0																																																																																																																																																																			









重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 (注水)	原子炉圧力 容器への注水	原子炉圧力容器への注水	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
			3	3	①	原子炉水位(SA)	3	3	監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
異常時運転操作手順書 (注水)	原子炉圧力容器への注水	原子炉圧力容器への注水	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
			3	3	①	原子炉水位(SA)	3	3	監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 (注水)	水源の確保	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
			3	3	①	原子炉水位(SA)	3	3	監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 (注水)	電源	SAロードセンター母線電圧	1	1	③	SAロードセンター母線電圧	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
			1	1	③	SAロードセンター母線電圧	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
異常時運転操作手順書 (注水)	水源の確保	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位(SA)	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違







重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	備考	計器名称	計器数	備考		
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(復旧ベース)「水位確保」等 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力の水位	【原子炉冷却材(燃料槽)】 【原子炉冷却材(燃料槽)】 【原子炉冷却材(燃料槽)】	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	備考	計器名称	計器数	備考		
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(復旧ベース)「水位確保」等 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	【原子炉格納容器】 【原子炉格納容器】 【原子炉格納容器】	原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉格納容器内の圧力を計測すること
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉格納容器内の圧力を計測すること
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉格納容器内の圧力を計測すること
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉格納容器内の圧力を計測すること
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉格納容器内の圧力を計測すること
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉格納容器内の圧力を計測すること
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉格納容器内の圧力を計測すること
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉格納容器内の圧力を計測すること
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉格納容器内の圧力を計測すること
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉格納容器内の圧力を計測すること

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	備考	計器名称	計器数	備考		
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(復旧ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 FELISK(常設)による原子炉注水	原子炉冷却材圧力容器内の圧力	【原子炉冷却材(燃料槽)】 【原子炉冷却材(燃料槽)】 【原子炉冷却材(燃料槽)】	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	1	①	原子炉冷却材(燃料槽)の水位を計測すること

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SDO			
			計器数	パラメータ 分類			計器数	パラメータ 分類					
事故時運転操作手順 【水位確保】等 AM設備別操作手順書 FLISR (常設) による 原子炉注水	補機監視機能	原子炉注水ポンプ吐出圧力	1	0	低圧代替注水係数(常設)	1	0	1	低圧代替注水係数(常設)	監視事項は主要パラメータにて確認			
			2	0		2	0	2	0	2	2	2	2
			3	0		3	0	3	0	3	3	3	3
			4	0		4	0	4	0	4	4	4	4
			5	0		5	0	5	0	5	5	5	5
			6	0		6	0	6	0	6	6	6	6
			7	0		7	0	7	0	7	7	7	7
			8	0		8	0	8	0	8	8	8	8
			9	0		9	0	9	0	9	9	9	9
			10	0		10	0	10	0	10	10	10	10

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SDO			
			計器数	パラメータ 分類			計器数	パラメータ 分類					
事故時運転操作手順 【水位確保】等 AM設備別操作手順書 FLISR (常設) による 原子炉注水	補機監視機能	原子炉注水ポンプ吐出圧力	2	2	低圧代替注水係数(常設)	2	2	2	低圧代替注水係数(常設)	監視事項は主要パラメータにて確認			
			3	2		3	2	3	2	3	2	3	
			4	2		4	2	4	2	4	2	4	2
			5	2		5	2	5	2	5	2	5	2
			6	2		6	2	6	2	6	2	6	2
			7	2		7	2	7	2	7	2	7	2
			8	2		8	2	8	2	8	2	8	2
			9	2		9	2	9	2	9	2	9	2
			10	2		10	2	10	2	10	2	10	2
			11	2		11	2	11	2	11	2	11	2

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SDO			
			計器数	パラメータ 分類			計器数	パラメータ 分類					
事故時運転操作手順 【水位確保】等 AM設備別操作手順書 FLISR (常設) による 原子炉注水	補機監視機能	原子炉注水ポンプ吐出圧力	2	2	低圧代替注水係数(常設)	2	2	2	低圧代替注水係数(常設)	監視事項は主要パラメータにて確認			
			3	2		3	2	3	2	3	2	3	
			4	2		4	2	4	2	4	2	4	2
			5	2		5	2	5	2	5	2	5	2
			6	2		6	2	6	2	6	2	6	2
			7	2		7	2	7	2	7	2	7	2
			8	2		8	2	8	2	8	2	8	2
			9	2		9	2	9	2	9	2	9	2
			10	2		10	2	10	2	10	2	10	2
			11	2		11	2	11	2	11	2	11	2

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
		計器数	計器名称	バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器数	計器名称	バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	
事故時運転手順 (手順ベース) AM設備別運転手順 (手順A)による原子炉 運転 (手順B)による原子炉 運転 (手順C)による原子炉 運転	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	4	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		1	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)
		3	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		1	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)
		2	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		1	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)
		3	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		1	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)
		3	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		1	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)
		3	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		1	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)
		3	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		1	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)
		3	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		1	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)
		3	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		1	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)
		3	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		1	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	①		原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)

1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
		計器数	計器名称	バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器数	計器名称	バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	
事故時運転手順 (手順ベース) AM設備別運転手順 (手順A)による原子炉 運転 (手順B)による原子炉 運転 (手順C)による原子炉 運転	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	1	西側淡水貯水設備水位	①		1	西側淡水貯水設備水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	西側淡水貯水設備水位	①		2	西側淡水貯水設備水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	西側淡水貯水設備水位	①		2	西側淡水貯水設備水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	西側淡水貯水設備水位	①		2	西側淡水貯水設備水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	西側淡水貯水設備水位	①		2	西側淡水貯水設備水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	西側淡水貯水設備水位	①		2	西側淡水貯水設備水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	西側淡水貯水設備水位	①		2	西側淡水貯水設備水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	西側淡水貯水設備水位	①		2	西側淡水貯水設備水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	西側淡水貯水設備水位	①		2	西側淡水貯水設備水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	西側淡水貯水設備水位	①		2	西側淡水貯水設備水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認

1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
		計器数	計器名称	バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器数	計器名称	バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	
事故時運転手順 (手順ベース) AM設備別運転手順 (手順A)による原子炉 運転 (手順B)による原子炉 運転 (手順C)による原子炉 運転	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時の監視事項 (監視項目)	1	C-メータクア母線電圧	①		1	C-メータクア母線電圧	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		1	D-メータクア母線電圧	①		1	D-メータクア母線電圧	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		1	C-ロードセンタ母線電圧	①		1	C-ロードセンタ母線電圧	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		1	D-ロードセンタ母線電圧	①		1	D-ロードセンタ母線電圧	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		0	復水貯蔵タンク水位	①		0	復水貯蔵タンク水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	復水貯蔵タンク水位	①		2	復水貯蔵タンク水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	復水貯蔵タンク水位	①		2	復水貯蔵タンク水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	復水貯蔵タンク水位	①		2	復水貯蔵タンク水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	復水貯蔵タンク水位	①		2	復水貯蔵タンク水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	復水貯蔵タンク水位	①		2	復水貯蔵タンク水位	①		監視事項は抽出バロメータにて確認

備考  
 ・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器故障等		SBO
				計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流通源 を起動した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅱ直流通源 を起動した場合	
事故時運転手順書 (操作ベース) 「水位確保」等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水) RR(O)による原子炉 注水	原子炉圧 力容器へ の注水量	①	残留熱除去系系統流量 (A, B系のみ)	2	1	①	-	1	1	水源であるサブプレッジョン・チェンバ・プール水 位の変化により代替監視可能 残留熱除去系系統流量と原子炉水位の変化により 代替監視可能
				2	1	①	-	1	1	サブプレッジョン・チェンバ・プール水を水源とする系統のうち、 運転している系統の注水量よりサブプレッジョン・ チェンバ・プール水位の代替監視可能
AM設置別操作手順書 (注水)	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (A, B系のみ)	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (A, B系のみ)	2	1	①	-	1	1	監視可能であるサブプレッジョン・チェンバ・プ ール水位(使用計器)により代替監視可能
				2	1	①	-	1	1	監視可能であるサブプレッジョン・チェンバ・プ ール水位(使用計器)により代替監視可能
AM設置別操作手順書 (注水)	サブプレッジョン・チェンバ・ プール水位	①	サブプレッジョン・チェンバ・ プール水位	1	1	①	-	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
				1	1	①	-	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等  
監視パラメータ

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器故障等		SBO
				計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流通源 を起動した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅱ直流通源 を起動した場合	
事故時運転手 順書Ⅱ(激候 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	③	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-	-
				1	1	①	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
AM設置別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	①	原子炉水位(燃料 域)	2	1	①	-	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
				2	1	①	-	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器故障等		SBO
				計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流通源 を起動した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅱ直流通源 を起動した場合	
事故時運転手順書 (操作ベース) 「水位確保」等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	③	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能
				1	1	①	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
AM設置別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	①	原子炉水位(燃料 域)	2	1	①	-	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
				2	1	①	-	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	計器名称	計器故障	SBO影響		評価	SBO	
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後			
非常時運転手 順書II (散候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書III (シレ ブ) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力降下の 水位	① ②	原子炉圧力 力降下の 水位	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	
				原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1
				原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1
				原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1
				原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1
				原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1
				原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1
				原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1
				原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1
				原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	計器名称	計器故障	SBO影響		抽出パラメータを計測する計器	評価	SBO	
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後				
非常時運転手 順書II (散候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書III (シレ ブ) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	① ②	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力 (圧帯域)	2	2	原子炉圧力 (圧帯域)	2	2	1	1	1	
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	計器名称	計器故障	SBO影響		抽出パラメータを計測する計器	評価	SBO	
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後				
非常時運転手 順書II (散候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書III (シレ ブ) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	① ②	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力 (圧帯域)	2	2	原子炉圧力 (圧帯域)	2	2	1	1	1	
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	1	1

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違











重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 監視名称, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 評価. Contains monitoring details for various parameters like SBO, pressure, and temperature.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 評価. Includes monitoring details for parameters like SBO, pressure, and temperature, with specific operational notes.

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 評価. Contains monitoring details for parameters like SBO, pressure, and temperature.

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器名称	SBO影響		評価	SBO	
			計器数	事後 発生				計器数	事後 発生		計器数	事後 発生			
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント 「炉心溶融」) AM設備監視操作手順書 「炉水ポンプによる原 子炉注水」	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料棒) 原子炉水位 (S/A) 原子炉水位 (燃料棒)	4	1	1	①	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			3	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能		
			2	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能		
			3	3	3	①	原子炉水位 (S/A)	3	3	3	3	3	3		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			2	2	2	①	原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			3	3	3	①	原子炉水位 (広帯域)	3	3	3	3	3	3		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			3	3	3	①	原子炉水位 (S/A)	3	3	3	3	3	3		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			2	2	2	①	原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器名称	SBO影響		評価	SBO	
			計器数	事後 発生				計器数	事後 発生						
非常時運転手 順書II (微欠 ベース 「水位確保」) 等 非常時運転手 順書III (シビ アアクシデ ント 「注水-1」) 等 AN設備監視 操作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S/A) 原子炉水位 (燃料棒)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			1	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	2	2	2		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	2	2	2		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	2	2	2		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	2	2	2		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器名称	SBO影響		評価	SBO	
			計器数	事後 発生				計器数	事後 発生						
非常時運転操作 手順書 (微欠 ベース) AM設備監視操作 手順書 (シビ アアクシデ ント) 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S/A) 原子炉水位 (燃料棒)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			1	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	2	2	2		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	2	2	2		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	2	2	2		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	2	2	2		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能

備考  
 ・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「BVP制御」 AM 設備別操作手順書 「炉内ポンプによる原子炉注水」	復水供給水系統量(ORR A 系代 替注水流量) 原子炉圧 力容器へ の注水量	①	復水供給水系統量(ORR A 系代 替注水流量)	1	復水貯蔵槽水位(SA)	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能
			復水供給水系統量(ORR B 系代 替注水流量)	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域)	3 2	1 1
抽油監視 機能	ディーゼル駆動消火ポンプ吐 出力	③	ディーゼル駆動消火ポンプ吐 出力	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域)	3 2	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能
			ディーゼル駆動消火ポンプ吐 出力	1	原子炉水位(SA)	1	明瞭熟練員に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能
	水源の確保	③	「緊急時対策本部」に確認				
	水源の確保	③	「緊急時対策本部」に確認				

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転操作手順書(ORR A 系代 替注水流量) 原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域)	3 2	復水貯蔵槽水位(SA)	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能
抽油監視 機能	ディーゼル駆動消火ポンプ吐 出力	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域)	3 2	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能
	ディーゼル駆動消火ポンプ吐 出力	1	原子炉水位(SA)	1	明瞭熟練員に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	
事故時運転操作手順書(ORR A 系代 替注水流量) 原子炉圧 力容器へ の注水量	復水供給水系統量(ORR A 系代 替注水流量)	①	復水供給水系統量(ORR A 系代 替注水流量)	1	原子炉水位(SA)	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能
			復水供給水系統量(ORR B 系代 替注水流量)	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域)	3 2	1 1
抽油監視 機能	ディーゼル駆動消火ポンプ吐 出力	③	ディーゼル駆動消火ポンプ吐 出力	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域)	3 2	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能
			ディーゼル駆動消火ポンプ吐 出力	1	原子炉水位(SA)	1	明瞭熟練員に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能
	水源の確保	③	「緊急時対策本部」に確認				
	水源の確保	③	「緊急時対策本部」に確認				

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
異常時運転手順書 (シニアアシスタント) 【炉内監視】 異常時運転手順書 【前線による原子炉 注水】 多岐なオペレーター対応手 順 【前線による注水 (原子炉注水)】	原子炉注水(SA)	1	1	1	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
原子炉注水(SA)	1	1	1	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
異常時運転手 順書II(微欠 「水位確保」 等 非常時運転手 順書III(シビ アアシスタント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉注水(SA)	3	3	0	③	原子炉注水(SA)	3	3	原子炉注水(SA)を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	0	③	原子炉注水(SA)	3	3	原子炉注水(SA)を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	0	③	原子炉注水(SA)	3	3	原子炉注水(SA)を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	0	③	原子炉注水(SA)	3	3	原子炉注水(SA)を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	0	③	原子炉注水(SA)	3	3	原子炉注水(SA)を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	0	③	原子炉注水(SA)	3	3	原子炉注水(SA)を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	0	③	原子炉注水(SA)	3	3	原子炉注水(SA)を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	0	③	原子炉注水(SA)	3	3	原子炉注水(SA)を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	0	③	原子炉注水(SA)	3	3	原子炉注水(SA)を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	3	3	0	③	原子炉注水(SA)	3	3	原子炉注水(SA)を計測すること ができ、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
異常時運転手順書 (シニアアシスタント) 【炉内監視】 異常時運転手順書 【前線による原子炉 注水】 多岐なオペレーター対応手 順 【前線による注水 (原子炉注水)】	原子炉注水(SA)	1	1	1	①	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	①	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	①	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	①	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	①	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	①	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	①	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	①	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	①	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
	原子炉注水(SA)	1	1	1	①	原子炉注水(SA)	1	1	異常時に原子炉注水容器内の水位を計測すること ができ、監視可能

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違















重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータ 分類		計器名称	抽出バウメータを計測する計器		計器名称	評価	
			計器数	事後 を発生した場合		計器数	事後 を発生した場合		計器数	事後 を発生した場合			計器数
事故時運転操作手順書 (停止時運転手順書) AM 設備別操作手順書 手順(0)による原子炉 運転(0)による原子炉 運転	原子炉圧力 の事故	【原子炉水位(標準値)】 【原子炉水位(広域値)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(停止値)】 【原子炉水位(定額時水没値)】	4	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			3	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			2	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	0	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			2	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			3	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータ 分類		計器名称	抽出バウメータを計測する計器		計器名称	評価	
			計器数	事後 を発生した場合		計器数	事後 を発生した場合		計器数	事後 を発生した場合			計器数
事故時運転操作手順書 (停止時運転手順書) AM 設備別操作手順書 手順(0)による原子炉 運転(0)による原子炉 運転	原子炉圧力 の事故	【原子炉水位(標準値)】 【原子炉水位(広域値)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(停止値)】 【原子炉水位(定額時水没値)】	4	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			3	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			2	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	0	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			2	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			3	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータ 分類		計器名称	抽出バウメータを計測する計器		計器名称	評価	
			計器数	事後 を発生した場合		計器数	事後 を発生した場合		計器数	事後 を発生した場合			計器数
事故時運転操作手順書 (停止時運転手順書) AM 設備別操作手順書 手順(0)による原子炉 運転(0)による原子炉 運転	原子炉圧力 の事故	【原子炉水位(標準値)】 【原子炉水位(広域値)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(停止値)】 【原子炉水位(定額時水没値)】	4	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			3	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			2	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	0	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			2	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			3	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。
			1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉圧力監視。事故時発生した場合、監視可能。

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を発生した場合 を発生した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を発生した場合 を発生した場合		
特殊時運転操作手順書 (後) 特殊運転手順書 (SP) 原子炉水位・温 度制御 AM 設備別操作手順書 「ORH(O)による原子炉 降圧」 「ORH(B)による原子炉 降圧」	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力容器温度	2	2	①		3	3	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
		残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B系のみ)	2	1	①		3	3	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
特殊時運転操作手順書 (後) 特殊運転手順書 (SP) 原子炉水位・温 度制御 AM 設備別操作手順書 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	残留熱除去系系統流量(A, B 系のみ)	2	2	①		2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換器ユニッ トの熱交換量計測より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉内冷却水系統流量 (A, B系のみ)	2	1	①		2	2	原子炉内冷却水系統流量と熱交換器ユニッ トの熱交換量計測より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(A, B系のみ)	2	2	③		2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(A, B系のみ)を 代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 等 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③					
		高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 量(可搬ライン用)	2	2	①		2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ		原子炉内冷却水系統流量 (A, B系のみ)	2	1	①		2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉内冷却水系統流量 (A, B系のみ)	2	1	①		2	2	原子炉圧力, 原子炉圧力(SA) 及びサブプレッショ・チェンバ圧 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書(後) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 「注水-1」による原子炉注 水	原子炉内冷却水系統流量 (A, B系のみ)	原子炉内冷却水系統流量 (A, B系のみ)	2	0	③		2	2		
		残留熱除去系熱交換器冷却 水流量	2	0	-					
異常時運転操作手順書(後) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 「注水-1」による原子炉注 水	電圧	C-メータラ母線電圧	1	1	③		1	1		
		D-メータラ母線電圧	1	1	③		1	1		
		C-ロードセンター母線電圧	1	1	③		1	1		
		D-ロードセンター母線電圧	1	1	③		1	1		
		緊急用メータラ電圧	1	1	③		1	1		
		SAロードセンター母線電圧	1	1	③		1	1		

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータの計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
			計器名称	抽出パラメータの計測する計器		
1.4.2.3 重大事故等対処監視項目(冷却材圧力バウンダリ低圧時)の注水監視等 監視項目等 【監視項目】等	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータの計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
			計器名称	抽出パラメータの計測する計器		
対峙手段 非常時運転手順書 II (交代ベース)「水位確保」等 非常時運転手順書 III (シビリアクシデン)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータの計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
			計器名称	抽出パラメータの計測する計器		
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等 監視項目等 【監視項目】等	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		直後	計器数	
事故時運転操作手順書 (機体ベース) 「水位確保」等	原子炉圧 力容器の 注水量	残留熱除去系系統流量	3	1	①	サブプレッショ ン・チェンバ ー	1	水源であるサブプレッ ション・チェンバ ーの水位変化より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			3	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)	3 2 1	3 1 1
機体監視 機能	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	1	①	サブプレッショ ン・チェンバ ー	1	サブプレッショ ン・チェンバ ーの水位変化より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			3	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)	3 2 1	3 1 1
機体監視 機能	サブプレッショ ン・チェンバ ーの水位	サブプレッショ ン・チェンバ ーの水位	1	1	①	サブプレッショ ン・チェンバ ー	1	サブプレッショ ン・チェンバ ーの水位変化より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	サブプレッショ ン・チェンバ ー	1	サブプレッショ ン・チェンバ ーの水位変化より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	直後	
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (a) 復旧 (b) サポート系統故障時の対応手順 (c) 残留熱除去系 (低圧注水系) 電源復旧後の原子炉圧力容器への注水	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	3	3	③	原子炉の水位を 確保するパラメ ータ	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			3	3	③	原子炉の水位を 確保するパラメ ータ	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
非常時運転手 順書II (機体 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	①	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
			2	2	①	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) 「注水-1」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
			2	2	①	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
			2	2	①	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	直後	
機体監視 機能 1 2 3 4 5	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確保するパラメ ータ	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉の水位を 確保するパラメ ータ	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
機体監視 機能 1 2 3 4 5	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確保するパラメ ータ	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉の水位を 確保するパラメ ータ	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
機体監視 機能 1 2 3 4 5	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確保するパラメ ータ	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉の水位を 確保するパラメ ータ	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
機体監視 機能 1 2 3 4 5	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確保するパラメ ータ	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉の水位を 確保するパラメ ータ	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違











重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	SBO 影響	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後			計器名称	計器数	直後	
専時運転操作手順書 (運転ベーク)上 「低圧冷却」等 専時運転操作手順書 (停止時運転ベーク) (SFP 原子炉水位・温 度制御)	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力容器温度	2	2	①	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器温度	3	3	①	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	監視事項は主要パ ラメータにて確認
専時運転操作手順書 (運転ベーク)下 「注水-1」 等	最終ヒート シシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	①	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	①	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	監視事項は主要パ ラメータにて確認
専時運転操作手順書 (運転ベーク)下 「注水-1」 等	最終ヒート シシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	①	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	①	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	監視事項は主要パ ラメータにて確認
専時運転操作手順書 (運転ベーク)下 「注水-1」 等	最終ヒート シシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	①	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	①	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	監視事項は主要パ ラメータにて確認
専時運転操作手順書 (運転ベーク)下 「注水-1」 等	最終ヒート シシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	①	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	①	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	原子炉圧力 直後	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	SBO 影響	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後			計器名称	計器数	直後	
非常時運転手 順書II (運転 ベーク)等 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	①	①	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能			
非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	①	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	SBO 影響	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後			計器名称	計器数	直後	
1.4.2.1 発電用原子炉運転中に於ける異常事態 (2) 予備下系統切替の対応手順 (3) 低圧炉心スプレッド系運転開始後の原子炉圧力容器への注水	監視事項	原子炉水位 (S.A)	1	1	①	①	原子炉水位 (S.A)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが できる、監視可能
		高圧炉心スプレッド系注水流量	1	1	①	①	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能			
監視事項	監視事項	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能			
		原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能			
監視事項	監視事項	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能			
		原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能			

備考  
・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称		
非常時運転手 【水位確保】 等	原子炉圧力容器へ の注水量	3	残留熱除去系系統流	直後	1	サブレーション・プール水位	サブレーション・プールの水位変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能
				直後	0	0	
非常時運転手 【注水-1】 等	補機監視 機	3	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	直後	0	-	-
				直後	0	0	0
AM設備別操作手順書 【注水-3】 等	水源の確保	1	サブレーション・プール水位	直後	1	高圧代替注水系統流量	サブレーション・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブレーション・プール水位の代替監視可能
				直後	1	1	1

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称		
非常時運転手 【水位確保】 等	原子炉圧力容器へ の注水量	3	残留熱除去系系統流	直後	2	高圧代替注水系統流量	高圧代替注水系統流量を計測することによって、監視可能
				直後	0	0	
非常時運転手 【注水-1】 等	補機監視 機	3	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	直後	1	高圧代替注水系統流量	高圧代替注水系統流量を計測することによって、監視可能
				直後	0	0	0
AM設備別操作手順書 【注水-3】 等	水源の確保	1	サブレーション・プール水位	直後	1	高圧代替注水系統流量	高圧代替注水系統流量を計測することによって、監視可能
				直後	0	0	0

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	負荷切り履した後			直後	負荷切り履した後		
対峙手段 非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベ)「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シレ ブ)「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.燃 料域)	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力容器へ注水して 直後に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と加熱熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	-	-	
			原子炉水位(燃料域)	2	2	1	1					
			低圧代替注水系系統流量	1	1	1	1					
			低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	1					
			低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	1					
			低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1	1	1					
			低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1	1	1					
			低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1	1	1					
			代替種間冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2					
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1					
高圧中心スプレイ系統流量	1	0	0	0								
残留熱除去系系統流量	3	0	0	0								
低圧中心スプレイ系統流量	1	0	0	0								
原子炉圧力	2	2	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(S.A.) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-	-			
サブプレッション・チェンバ ル	2	2	2	2	1	1	1	-	-			
残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	0	-	-	-	-	-	-		
緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 機)	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-		
最終ヒー トシンク の確保	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	負荷切り履した後			直後	負荷切り履した後		
対峙手段 事故時運転手 順書Ⅱ(微候 ベ)「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書 L.P.C.Sによる原子炉 本	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	原子炉水位(S.A)	1	1	1	1	直後に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能	原子炉圧力容器へ注水して、直後に 原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能	-	-	
			原子炉圧力	1	1	1	1					
			低圧代替注水流	1	1	1	1					
			代替注水流(常設)	1	1	1	1					
			低圧代替注水流	2	2	2	2					
			低圧代替注水流	2	2	2	2					
			原子炉隔離時冷却系注 口流量	1	1	1	1					
			高圧中心スプレイ系注 口流量	1	0	0	0					
			残留熱除去系注口流 量	3	0	0	0					
			低圧中心スプレイ系注 口流量	1	0	0	0					
代替種間冷却系注口注 水量	1	1	1	1								
原子炉圧力	2	2	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(S.A.)とサブプレッ ション・チェンバルの差圧から原子炉圧力 容器の満水を推定可能	-	-			
サブプレッ ション・チェン バ	2	2	2	2	1	1	1	-	-			

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	直後	SBO影響   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響   負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対心手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	
緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響   負荷切り離し後	計器故障等	SBO									
					パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由																
					抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器																
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	項目 1 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時 2 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時 3 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	電源	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-									
														緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
														直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
														緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	項目 1 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時 2 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時 3 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	電源	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-									
														緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
														直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
														緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
														原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	2	2	③	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	-	-	-	-
														原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	2	2	③	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	-	-	-	-
														原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	2	2	③	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	-	-	-	-
														原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	2	2	③	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	-	-	-	-
														原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	2	2	③	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	-	-	-	-
														原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	2	2	③	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	-	-	-	-
原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	2	2	③	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	-	-	-	-														

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対峙手段 非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	分類	水源の確保		抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由			
	高圧代替注水系統流量	1	1	高圧代替注水系統流量		1	サブプレッジョン・チェンバを水源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレッ ジョン・プール水位の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量		2		
	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量		1		
	高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	高圧炉心スプレイ系系統流量		0		
	残留熱除去系系統流量	3	0	残留熱除去系系統流量		0		
	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系系統流量		0		
	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力		1		
	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力		2		
	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力		1		
高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		0			
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力		0			
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		0			

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
項目 3 / 1	分類	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由			
	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	2	2	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		2	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 が低下した場合、高圧炉心スプレイ系 ポンプの運転を停止し、高圧炉心ス プレイ系ポンプの吐出圧力を確認 することにより、高圧炉心スプレイ 系ポンプの吐出圧力を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	1	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		1		
	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	1	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		1		
	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	2	2	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		2		
	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	1	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		1		
	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	2	2	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		2		
	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	1	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		1		
	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	2	2	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		2		
	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	1	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		1		
高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	2	2	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力		2			

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)等 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)等 注水-1J AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	③	原子炉の水位を確保するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)等 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)等 注水-1J AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	③	原子炉の水位を確保するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	
非常時運転手 検査員 (設備 監視員) 非常時運転手 アアラウン (注水-1) AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	
非常時運転手 検査員 (設備 監視員) 非常時運転手 アアラウン (注水-1) AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

抽出パラメータを計測する計器

分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
		直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後								
非常時運転手 手順Ⅱ(微検 ベント) 等 「水位確保」 等 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アラウンドン ト) 等 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量 の注水量	1	0	①	-	1	0	0	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	1	サブプレッション・プ ール水位の本 位変化より、低圧炉心ス プレイ系 系統流量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		1	0	①	-	1	0	0	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	2 2 1 1 1 0 0	2 2 1 1 1 0 0	2 2 1 1 1 0 0	2 2 1 1 1 0 0	原子炉水位(広帯域)・低圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能 原子炉水位(SA広帯域)・低圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能 原子炉水位(SA燃料域)・低圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能 低圧炉心スプレイ系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能		
		1	0	-	-	1	0	-	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1		サブプレッション・チェンバを水源として、運転している系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能
水源の確保	補機監視機能	1	0	-	-	1	0	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバを水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		1	0	①	-	1	1	1	代替補機冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水ポンプ吐出圧力 代替補機冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2 2 1 1 1 0 0 2 2 1 1 0 0 0	2 2 1 1 1 0 0 2 2 1 1 0 0 0	2 2 1 1 1 0 0 2 2 1 1 0 0 0	2 2 1 1 1 0 0 2 2 1 1 0 0 0	サブプレッション・チェンバを水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能 サブプレッション・チェンバを水源とする系統の吐出圧力により、サブプレッション・プールの水位が確保されていることを監視可能		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

抽出パラメータを計測する計器

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響		抽出パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後								
監視事項(注水) 監視事項(注水) 監視事項(注水) 監視事項(注水) 監視事項(注水) 監視事項(注水) 監視事項(注水) 監視事項(注水) 監視事項(注水) 監視事項(注水) 監視事項(注水) 監視事項(注水) 監視事項(注水) 監視事項(注水)	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	①	-	1	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視
			1	0	-	-	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SPO影響直後 (負荷切り離し後)	
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (3) 溶解炉心が原子炉圧力容器内に残存する場合の対応手順 a. 低圧代替注水 a. (g) 低圧代替注水系 (常設) による残存溶解炉心の冷却	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	③	原子炉の水位を 確認するパラメータ	原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料域) 高圧代替注水系原子炉注水流量 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能  原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と閉鎖熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能
非常時運転手順書III (シビリアクシデン)「注水-4」AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	① ①	— —	代替閉鎖冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力	2 2 2 3 0 0 0 2 2 2 2 2 1 1	2 2 2 3 0 0 0 2 2 2 2 2 1 1	監視事項は抽出パラメータにて確認  監視事項は主部パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	パラメータ分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
				計器数	SPO影響直後 (負荷切り離し後)			計器数	SPO影響直後 (負荷切り離し後)		
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (3) 溶解炉心が原子炉圧力容器内に残存する場合の対応手順 a. 低圧代替注水 a. (g) 低圧代替注水系 (常設) による残存溶解炉心の冷却	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	—	原子炉水位 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系原子炉注水流量 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1 2 2 1 1 1 1	1 2 2 1 1 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能  監視事項は主部パラメータにて確認
非常時運転手順書III (シビリアクシデン)「注水-4」AM設備別操作手順書 FELSR (常設) による原子炉注水	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	2	—	—	原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A) サブプレッション・チェンバ圧力	2 2 2	2 2 2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能  監視事項は主部パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出バラムメータを計測する計器				抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器				評価
	計器名称	バラムメータ分類	補助バラムメータ分類理由	計器名称	計器数	直後負荷切り離し後	SBO影響	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 アラート アラート 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水	原子炉水位 (SA広 帯域) 原子炉水位 (SA燃 料域)	① ①	緊急用M/Cの受 信機と連動する バラムメータ	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	2 2 1 1 1 1 1 1	2 2 1 1 1 1 1 1	計器故障等 直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器下部水温	①	緊急用M/Cの受 信機と連動する バラムメータ	原子炉格納容器下部注水流量 原子炉格納容器下部注水流量 残留熱除去系注水流量 残留熱除去系注水流量 低圧炉心スプレイ系注水流量 低圧炉心スプレイ系注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	2 2 3 3 2 2 2 2	2 2 0 0 0 0 2 2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
	電源	緊急用M/C電圧 緊急用P/C電圧	③ ③	緊急用P/Cの 交電状態を補助す るバラムメータ	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	1 1	1 1	1 1	- -
		緊急用直流125V主母 線電圧	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	-
					原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	10	10	10	-
					緊急用M/C電圧 緊急用P/C電圧	1 1	1 1	1 1	- -
					緊急用P/C電圧	1	1	1	-
					緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	-
					原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	-
					原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	-

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出バラムメータを計測する計器				抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器				評価
	計器名称	バラムメータ分類	補助バラムメータ分類理由	計器名称	計器数	直後負荷切り離し後	SBO影響	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 アラート アラート 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器下部水温	①	緊急用M/Cの受 信機と連動する バラムメータ	原子炉格納容器下部注水流量 原子炉格納容器下部注水流量 残留熱除去系注水流量 残留熱除去系注水流量 低圧炉心スプレイ系注水流量 低圧炉心スプレイ系注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	2 2 3 3 2 2 2 2	2 2 0 0 0 0 2 2	計器故障等 直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能	
	電源	緊急用M/C電圧 緊急用P/C電圧	③ ③	緊急用P/Cの 交電状態を補助す るバラムメータ	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	1 1	1 1	1 1	- -
		緊急用直流125V主母 線電圧	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	-
					原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	10	10	10	-
					緊急用M/C電圧 緊急用P/C電圧	1 1	1 1	1 1	- -
					緊急用P/C電圧	1	1	1	-
					緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	-
					原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	-
					原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	-
					原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	-

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
対応手段 非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書 判断基準 (3 / 3)	水源の確保	1	1	1	①	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン兼帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン兼帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブレンジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 2	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認	
	水源の確保	1	1	1	①	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブレンジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1 2 2 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 2	原子炉水位、サブレンジョン・プール水位の変化により、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	水源の確保	1	1	1	①	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブレンジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1 2 2 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 2	原子炉水位、サブレンジョン・プール水位の変化により、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	水源の確保	1	1	1	①	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブレンジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1 2 2 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 2	原子炉水位、サブレンジョン・プール水位の変化により、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	水源の確保	1	1	1	①	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブレンジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1 2 2 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 2	原子炉水位、サブレンジョン・プール水位の変化により、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	水源の確保	1	1	1	①	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブレンジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1 2 2 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 2	原子炉水位、サブレンジョン・プール水位の変化により、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	水源の確保	1	1	1	①	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブレンジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1 2 2 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 2	原子炉水位、サブレンジョン・プール水位の変化により、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	水源の確保	1	1	1	①	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブレンジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1 2 2 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 2	原子炉水位、サブレンジョン・プール水位の変化により、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	水源の確保	1	1	1	①	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブレンジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1 2 2 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 2	原子炉水位、サブレンジョン・プール水位の変化により、代替注水貯槽水位の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
				パラメータ 分類	補助パラメータ 分類					
対応手段 非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「注水-4」等 AM設備別操 作手順書 判断基準 (3 / 3)	電源	緊急用メタタラ電圧 SAロードセンタ格納電圧	1 1	1 1	③ ③	緊急用メタタラの変電状態を監視するパラメータ SAロードセンタの受電状態を監視するパラメータ	1 1	1 1	1 1	1 1
	水源の確保	低圧原子炉代替注水貯槽水位	1	1	①	低圧原子炉代替注水貯槽水位	1	1	低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シヒ アアクシデン ト) (注水-4) AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	-	-	-	-	-	-
		原子炉水位(広帯 域)	2	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力 バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
					SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数			
										パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由
事故時運転員 手順Ⅲ(シヒ アアクシデン ト) (注水-4) AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 バウンダリ	原子炉圧力 バウンダリ	原子炉水位(燃料域)	2	2	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉水位(広帯域)	2	2	①	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より代替監視可能	
			原子炉水位(狭帯域)	3	0	③	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉圧力バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバルの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			原子炉圧力バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバルの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			原子炉圧力バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバルの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			原子炉圧力バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバルの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			原子炉圧力バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバルの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			原子炉圧力バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバルの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			原子炉圧力バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバルの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			原子炉圧力バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバルの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			原子炉圧力バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバルの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			原子炉圧力バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバルの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			原子炉圧力バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバルの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			原子炉圧力バウンダリ	2	2	①	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバルの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対芯手段 非常時運転手順書Ⅲ(シビ アアラシシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位				原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能  原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータ による監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	操作 (2 / 4)	原子炉水位 (S A 広 帯域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	高圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1	
					低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1	
					低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
					低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
					代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2	
					原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	
					高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	
					残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	
					低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	
					原子炉圧力	2	2	1	1	
					サブプレッション・チェンバ 圧力 (S A)	2	2	2	2	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対芯手段 非常時運転手順書Ⅲ(シビ アアラシシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位				原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能  原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータ による監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	操作 (2 / 4)	原子炉水位 (S A 広 帯域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	高圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1	
					低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1	
					低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
					低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
					代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2	
					原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	
					高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	
					残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	
					低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	
					原子炉圧力	2	2	1	1	
					サブプレッション・チェンバ 圧力 (S A)	2	2	2	2	

・設備の相違  
 【柏崎 6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデント)「注水-4」AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の圧力	①	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を器温度より代替監視可能	
			原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (3 / 4)	原子炉圧力容器への注水量	①	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1	①	-	代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽設備水位の水位変化より、低圧代替注水系原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン兼帯域用)	1	1	1	①	-	西側淡水貯槽水位	1	1	1	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水系原子炉注水量の代替監視可能	
			原子炉圧力	1	1	1	①	-	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	1	1	1	系原子炉注水量の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
事故時操作手順書(シビアアクシデント)等「注水-4」等AM設備別操作手順書「FLSR(常設)」による原子炉注水	操作 (3 / 4)	①	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を器温度より代替監視可能	
			原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
操作 (3 / 4)	原子炉圧力容器内の圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	-	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を器温度より代替監視可能	
			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	①	-	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アラジゲン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	常設低圧代替注水系 ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-	-	-	-	-
		代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	-	-	-	代替淡水貯槽を水源としている系 統のうち、運転淡水貯槽水位の代 替監視可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-
	水源の確 保		1	1	①	-	-	-	-	-	-
		低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1		1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン兼帯域用)	1	1		1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1		1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系格納容器ス レイ流量(常設ライン用)	1	1		1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系格納容器ス レイ流量(可搬ライン用)	1	1		1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系格納容器下 部注水流	1	1		1	1	1	1	1	
		原子炉水位(広帯域)	2	2		2	2	2	2	2	
		原子炉水位(SA広帯域)	2	2		2	2	2	2	2	
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1		1	1	1	1	1	
		サブプレッション・プール水 位	1	1		1	1	1	1	1	
		常設低圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	2	2		2	2	2	2	2	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り直し後		パラメータ 分類	計器故障等			
											直後
対応手段 非常時運転手 手順書(シビア アクシデント)等 「注水-4」等 AM設備別操作手順書 (FLSK(常設)による 原子炉注水)	原子炉注水 器への注水量	代替注水流	1	1	1	①	-	1	1	水源である低圧原子炉代替注水貯槽水位の水位変化より 代替監視可能	
		代替注水流	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
操作 1 / 4	補機監視機能 出力圧力	低圧原子炉代替注水ポン プ吐出圧力	2	2	2	-	-	-	-	-	低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力による監視 している系統の注水量より、低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視 可能
		低圧原子炉代替注水貯槽 水位	1	1	1	①	-	-	1	1	注水乳の原子炉水位の変化により、低圧原子炉代替注 水貯槽水位の代替監視可能
		サブプレッション・プール水 位(SA)	1	1	1	①	-	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		低圧原子炉代替注水ポン プ吐出圧力	2	2	2	-	-	2	2	2	低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力による監視 している系統の注水量より、低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視 可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO				
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (3) 溶融炉心必原子炉圧力容器内に残存する場合の対応手順 a. 低圧代替注水 (b) 代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却 非常時運転手順書III(シビリアクシデン「注水-4」) AM設備別操作手順書	原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-	-	
	原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①		1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と崩壊除去に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータにて確認	-	-	
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
原子炉圧力	2	2	1	①			2	2	2		-	-	
サブプレッション・チェンバ	1	1	1	①			1	1	1		-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO				
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (3) 溶融炉心必原子炉圧力容器内に残存する場合の対応手順 (a) 低圧代替注水 (b) 代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却 非常時運転手順書III(シビリアクシデン「注水-4」) AM設備別操作手順書 (CWTTEによる原子炉注水)	原子炉水位(燃料域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること が、監視可能	-	-	
	原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①		1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と崩壊除去に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータにて確認	-	-	
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			1	1	1		-	-
	原子炉圧力	2	2	1	①			2	2	2		-	-
サブプレッション・チェンバ	1	1	1	①			1	1	1		-	-	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SDO
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アタクシデン ト) (注水-4) AM設備切換 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(SA広 帯域)	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位(SA狭 帯域)	1	1	1	原子炉水位(狭帯域)	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
異常 発生 (2 /5)	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器下部水温	10	10	10	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と格納熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系海水系 温度	2	0	0	原子炉圧力	1	1	1		
		最終冷却水温度	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		緊急用海水系温度	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		格納熱除去系熱交 換器	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		緊急用M/C電圧	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		緊急用P/C電圧	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		緊急用M/C電圧	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		緊急用P/C電圧	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SDO
異常 発生 (2 /5)	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位	1	1	1	原子炉水位(狭帯域)	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ ブ) [注水-4] AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (3 / 3)	サブプレッショ ン・プ ール水位	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由
						高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	サブプレッショ ン・チェンバを水 源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレ ッショ ン・プ ール水位の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2		
						原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1		
						高圧炉心スプレ イ系統流量	1	0	0	0		
						残留熱除去系統流量	3	0	0	0		
						低圧炉心スプレ イ系統流量	1	0	0	0		
						常設高圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1		
						代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2		
						原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1		
高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0	0								
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0								
低圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0	0								

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	評価								
					計器数	SBO影響					計器名称	計器数	計器故障等	SBO					
															直後	負荷切り離し後			
異常時運転手 手順Ⅲ(シビ ブ) [注水-4] AM設備別操 作手順書 [CWTによる原子炉注 水]	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	-	-	-	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認							
													原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	
													原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2		
													原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能	
													原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	2	2		
													原子炉圧力	2	2	2	2		
													原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2		
													原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能	
													原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	2	2		
													原子炉圧力	2	2	2	2		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SDO影響 直後	SDO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SDO影響 直後	SDO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 順書III(シビ ブ)「注水-4」 AM設備別機 作手順書	操作(1, 3)	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	—	—	—	—	直接的に原子炉圧力力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	—	
		原子炉水位(広帯 域)	2	1	①	—	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉水位(燃料 域)	2	1	①	—	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 水の推定可能	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 水を推定可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
				直後	SDO影響 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後		SBO影響 負荷切り離し後	
												原子炉圧力 力容器内の 水位
異常時運転手 順書III(シビ ブ)「注水-4」等 AM設備別機 作手順書	原子炉冷却材 圧力	ドライウエル圧力(SA)	2	2	0	—	—	2	2	2	直接的に原子炉冷却材圧力力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	0	—	—	2	2	2	直接的に原子炉冷却材圧力力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		ベグスタル温度(SA)	2	2	0	—	—	2	2	2	直接的に原子炉冷却材圧力力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	0	—	—	2	2	2	直接的に原子炉冷却材圧力力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		ベグスタル温度(SA)	2	2	0	—	—	2	2	2	直接的に原子炉冷却材圧力力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
異常時運転手 順書III(シビ ブ)「注水-4」等 AM設備別機 作手順書	原子炉冷却材 圧力	ドライウエル圧力(SA)	7	7	0	—	—	7	7	7	直接的に原子炉冷却材圧力力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	0	—	—	2	2	2	直接的に原子炉冷却材圧力力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		ベグスタル温度(SA)	2	2	0	—	—	2	2	2	直接的に原子炉冷却材圧力力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	0	—	—	2	2	2	直接的に原子炉冷却材圧力力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		ベグスタル温度(SA)	2	2	0	—	—	2	2	2	直接的に原子炉冷却材圧力力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	分類	計器名称	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 マニュアル 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.燃 料域)	① ①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の本位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
					原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の本位 を計測することができ、監視可能	
					低圧代替注水系統流量	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前機軸除主に必要 な水量より原子炉本位の代替監視 にて確認	
					低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1		
操作 (2 3)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力 (S.A.)	①	-	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
					原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
					原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
					原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
					原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
					原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
					原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
					原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
					原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
					原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
					原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
					原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
	分類	計器名称	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 マニュアル 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	C-メータクラ母線電圧 D-メータクラ母線電圧 C-ロードセントラ母線電圧 D-ロードセントラ母線電圧 機水貯蔵タンク水位	C-メータクラ母線電圧 D-メータクラ母線電圧 C-ロードセントラ母線電圧 D-ロードセントラ母線電圧 機水貯蔵タンク水位	③ ③ ③ ③ ③	-	C-メータクラ母線電圧	1	1	1	③	非常時高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
					D-メータクラ母線電圧	1	1	1	③	非常時高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	
					C-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	③	非常時低圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	
					D-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	③	非常時低圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	
					機水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	機水貯蔵タンクの運転状態 を確認するパラメータ	
					機水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	機水貯蔵タンクの運転状態 を確認するパラメータ	
					機水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	機水貯蔵タンクの運転状態 を確認するパラメータ	
					機水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	機水貯蔵タンクの運転状態 を確認するパラメータ	
					機水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	機水貯蔵タンクの運転状態 を確認するパラメータ	
					機水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	機水貯蔵タンクの運転状態 を確認するパラメータ	
					機水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	機水貯蔵タンクの運転状態 を確認するパラメータ	
					機水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	機水貯蔵タンクの運転状態 を確認するパラメータ	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		分類	計器名称	計器数	バウンダリ SBO影響 直後 負荷切り直し後	補測パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後
対応手段 非常時運転手 側兼用 (シレ ブ) / 「注水-4」 AM4設備 作手兼番	原子炉圧 力容器へ の注水量	2	代替循環冷却系原子 炉注水量	2	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水 位変化より、代替循環冷却系原子 炉注水量の代替監視可能
							原子炉水位 (広帯域)	2	1	沸騰熱除去に必要な注水量と原子 炉水位の変化より、代替循環冷却 系原子炉注水量の代替監視可能
操作 (3 / 2)	補機監視 アト出力	2	代替循環冷却系ポン プ吐出圧力	2	-	-	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプが正常に動 作していることを確認することに より代替監視可能
							高圧代替注水系系統流量	1	1	サブプレッション・チェンバを水漏 れしている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレ ッション・プール水位の代替監視可 能
操作 (3 / 2)	水源の確 保	1	サブプレッショ ン・プール水位	1	①	-	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	代替循環冷却系原子炉注水量の 監視事項は抽出パラメータ にて確認
							原子炉隔離時冷却系流量	1	1	原子炉隔離時冷却系流量
操作 (3 / 2)	水源の確 保	1	サブプレッショ ン・プール水位	1	①	-	低圧炉心スプレイ系系統流量	3	0	低圧炉心スプレイ系系統流量
							低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系系統流量
操作 (3 / 2)	水源の確 保	1	サブプレッショ ン・プール水位	1	①	-	常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力
							代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力
操作 (3 / 2)	水源の確 保	1	サブプレッショ ン・プール水位	1	①	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力
							低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系系統流量
操作 (3 / 2)	水源の確 保	1	サブプレッショ ン・プール水位	1	①	-	低圧炉心スプレイ系系統流量	3	0	低圧炉心スプレイ系系統流量
							低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系系統流量

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		分類	計器名称	計器数	バウンダリ SBO影響 直後 負荷切り直し後	補測パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後
対応手段 非常時運転手 側兼用 (シレ ブ) / 「注水-4」 AM4設備 作手兼番	原子炉圧 力容器へ の注水量	2	代替循環冷却系原子 炉注水量	2	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水 位変化より、代替循環冷却系原子 炉注水量の代替監視可能
							原子炉水位 (広帯域)	2	1	沸騰熱除去に必要な注水量と原子 炉水位の変化より、代替循環冷却 系原子炉注水量の代替監視可能
操作 (1 / 2)	補機監視 アト出力	2	代替循環冷却系ポン プ吐出圧力	2	-	-	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプが正常に動 作していることを確認することに より代替監視可能
							高圧代替注水系系統流量	1	1	サブプレッション・チェンバを水漏 れしている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレ ッション・プール水位の代替監視可 能
操作 (1 / 2)	水源の確 保	1	サブプレッショ ン・プール水位	1	①	-	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	代替循環冷却系原子炉注水量の 監視事項は抽出パラメータ にて確認
							原子炉隔離時冷却系流量	1	1	原子炉隔離時冷却系流量
操作 (1 / 2)	水源の確 保	1	サブプレッショ ン・プール水位	1	①	-	低圧炉心スプレイ系系統流量	3	0	低圧炉心スプレイ系系統流量
							低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系系統流量
操作 (1 / 2)	水源の確 保	1	サブプレッショ ン・プール水位	1	①	-	常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力
							代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力
操作 (1 / 2)	水源の確 保	1	サブプレッショ ン・プール水位	1	①	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力
							低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系系統流量
操作 (1 / 2)	水源の確 保	1	サブプレッショ ン・プール水位	1	①	-	低圧炉心スプレイ系系統流量	3	0	低圧炉心スプレイ系系統流量
							低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系系統流量

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バワンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バワメータを計測する計器			抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SB0
非常時運転手 手順書(シビ ア)アクシデン ト (注水-4) AM設備形操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A, 広 帯域)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出バワメータ にて確認
		原子炉水位 (S A, 熱 料機)	1	1	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前部熱除去に必要 な流量より原子炉水位の代替監視 が可能	
		原子炉水位 (S A, 広 帯域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
		原子炉水位 (S A, 広 帯域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
		原子炉水位 (S A, 広 帯域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
		原子炉水位 (S A, 広 帯域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
		原子炉水位 (S A, 広 帯域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
		原子炉水位 (S A, 広 帯域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
		原子炉水位 (S A, 広 帯域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
		原子炉水位 (S A, 広 帯域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
		原子炉水位 (S A, 広 帯域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
		原子炉水位 (S A, 広 帯域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
		原子炉水位 (S A, 広 帯域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格 納容器下 部水温	10	10						
電源	M/C 2 D電圧	1	1	①	非常用M/Cの 受電状態を確認 するバワメータ				
	P/C 2 D電圧	1	1	②	非常用P/Cの 受電状態を確認 するバワメータ				
	直連切替 主母線電圧	2	2	③	直連電源の受電 状態を確認する バワメータ				
水漏の検 出	原子炉圧力 容器内の 水位	1	0	④	代替注水系統の確 実状態を確認す るバワメータ				
	原子炉圧力 容器内の 温度	1	0	⑤	代替注水系統の確 実状態を確認す るバワメータ				

①: 重要監視バワメータ, ②: 有効監視バワメータ, ③: 補助バワメータ, ④: 重要監視バワメータ, ⑤: 補助バワメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バワンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バワメータを計測する計器			抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器			評価	
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SB0
非常時運転手 手順書(シビ ア)アクシデン ト (注水-4) AM設備形操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することがで き、監視可能	監視事項は主要バ ワメータにて確認
		原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	原子炉圧力容器内の圧力変動は監視可能である ことと、原子炉圧力容器内の圧力変動から原子炉圧力容 器より代替監視可能	
		原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域)	2	2		
		原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域)	2	2		
		原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域)	2	2		
		原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域)	2	2		
		原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域)	2	2		
		原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域)	2	2		
		原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域)	2	2		
		原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域)	2	2		
		原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域)	2	2		
		原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域)	2	2		
		原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域)	2	2		
水漏の検 出	原子炉圧力 容器内の 水位	1	0	④	代替注水系統の確 実状態を確認す るバワメータ					
	原子炉圧力 容器内の 温度	1	0	⑤	代替注水系統の確 実状態を確認す るバワメータ					
	原子炉圧力 容器内の 圧力	1	0	⑥	代替注水系統の確 実状態を確認す るバワメータ					

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ ブリアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉水位(狭帯 域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	①	原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能  原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-
操作 (1/3)		2	2	1	①	-	1	1		
		2	2	1	①		2	2		
						原子炉隔離時冷却系統流量	1	1		
						高圧炉心スプレイ系統流量	1	0		
						残留熱除去系統流量	3	0		
						低圧炉心スプレイ系統流量	1	0		
						原子炉圧力	2	2		
						原子炉圧力(SA)	2	2		
						サブプレッション・チェンバ ル	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ ブリアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉水位(狭帯 域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能	-
	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	①	原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能  原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-
操作 (1/3)		2	2	1	①	-	2	2		
		2	2	1	①		2	2		
						原子炉隔離時冷却系流量	1	1		
						高圧炉心スプレイ系統流量	1	0		
						残留熱除去系統流量	3	0		
						低圧炉心スプレイ系統流量	1	0		
						原子炉圧力	2	2		
						原子炉圧力(SA)	2	2		
						サブプレッション・チェンバ ル	1	1		

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SDO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SDO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SDO
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	① ②	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1			原子炉水位 (燃料域)	2	2		
		高圧代替注水系統流量	1	1			高圧代替注水系統流量	1	1		
		低圧代替注水系統流量	1	1			低圧代替注水系統流量	1	1		
		量 (常設ライン用)	1	1			量 (常設ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系統流量	1	1			低圧代替注水系統流量	1	1		
		量 (常設ライン用)	1	1			量 (常設ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系統流量	1	1			低圧代替注水系統流量	1	1		
		量 (可搬ライン用)	1	1			量 (可搬ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系統流量	1	1			低圧代替注水系統流量	1	1		
		量 (可搬ライン用)	1	1			量 (可搬ライン用)	1	1		
		代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2			代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2		
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		
		高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0			高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0		
		残留熱除去系系統流量	3	0			残留熱除去系系統流量	3	0		
低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0						
原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2						
サブプレッション・チェンバ 力	1	1	サブプレッション・チェンバ 力	1	1						

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SDO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	SDO影響 直後 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	-	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2			原子炉水位 (燃料域)	2	2		
		高圧代替注水系統流量	1	1			高圧代替注水系統流量	1	1		
		低圧代替注水系統流量	1	1			低圧代替注水系統流量	1	1		
		量 (常設ライン用)	1	1			量 (常設ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系統流量	1	1			低圧代替注水系統流量	1	1		
		量 (常設ライン用)	1	1			量 (常設ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系統流量	1	1			低圧代替注水系統流量	1	1		
		量 (可搬ライン用)	1	1			量 (可搬ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系統流量	1	1			低圧代替注水系統流量	1	1		
		量 (可搬ライン用)	1	1			量 (可搬ライン用)	1	1		
		代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2			代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2		
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		
		高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0			高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0		
		残留熱除去系系統流量	3	0			残留熱除去系系統流量	3	0		
低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0						
原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2						
サブプレッション・チェンバ 力	2	2	サブプレッション・チェンバ 力	2	2						

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	
非常時運転手 規程III(シビ アアラシデン ト) 「注水-4」 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		
非常時運転手 規程III(シビ アアラシデン ト) 「注水-4」 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力		2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
原子炉圧力		2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	-	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器数	計器名称	パラメータ分類	計器数	計器名称	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (3) 溶融炉心が原子炉圧力容器内に残存する場合の対応手順 a. 低圧代替注水 a. (d) 補給水系による凍存溶融炉心の冷却	原子炉水位 (狭帯域)	3	0	③	原子炉の水位を確認するパラメータ	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
非常時運転手 順書III (シビ アアシシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	判断基準 (1) (2) (3)	原子炉圧力容器内の水位	2	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と副凝除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	高圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1			

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器数	計器名称	パラメータ分類	計器数	計器名称	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 順書III (シビ アアシシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	判断基準 (1) (2) (3)	原子炉圧力容器内の水位	2	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	高圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違